資料

放射線管理

Radiation Control Report

稲垣昌代、松田外志朗、山田崇裕、左近敦士、 塩見信雄、志賀大史、瀧口千鶴子、山西弘城

Masayo INAGAKI, Toshiro MATSUDA, Takahiro YAMADA, Atsushi SAKON, Nobuo SHIOMI, Hiroshi SHIGA, Chizuko TAKIGUCHI and Hirokuni YAMANISHI

1. まえがき

近畿大学原子力研究所における平成29年4月より 平成30年3月までの1年間の放射線管理の結果を報告 する。平成29年度における放射線業務従事者は原子 力研究所、理工学部及び薬学部など教職員36名、卒 業研究のため原子炉施設利用の原子炉等規制法及び トレーサー・加速器棟利用の放射線障害防止法に係 る両施設の放射線業務従事者の登録者として理工学 部学生21名、放射線障害防止法のみに係る放射線業 務従事者として、他大学の共同利用施設等を利用す る者も含め理工学部、薬学部学生など36名、(株)ア・ アトムテクノル近大社員6名、計99名が放射線管理 の対象となった。

平成29年度の原子炉運転状況は、最高熱出力1W、積算熱出力277.40W・h及び延運転時間552.04時間であった。原子力規制委員会による原子炉施設定期検査が3月14~16日に実施された。また、原子炉施設保安規定の遵守状況検査(保安検査)は四半期ごと、平成29年6月8~9日、9月8日、12月1日、平成30年3月9日に主にマネジメントレビューの実施状況、保安管理組織、放射線管理、原子炉の運転管理を対象として検査が行われた。平成29年7月4日には東大阪労働基準監督署の原子炉施設に対する立入調査が行われた。トレーサー・加速器棟の利用状況は、放射性物質(RI)の受入れは3件、使用核種は主に³Hであった。両施設とも、いずれの検査また

は調査において問題となる事項はなかった。

本報では、平成29年度に定期的に実施した環境放射能調査等の結果について報告する。なお、放射線管理業務の補助業務の一部は㈱ア・アトムテクノル近大に委託している。

2. 個人管理

2.1 健康診断

原子力研究所原子炉施設保安規定、放射線障害予 防規程及び電離放射線障害防止規則(労働安全衛生 法)に基づく放射線業務従事者に対する健康診断 は、放射線業務に従事する前及び従事してからは 6ヵ月を超えない期間ごとに実施している。当研究 所の放射線業務従事者の被ばく線量は、健康診断実 施前1年間の実効線量が5mSvを超えず、かつ今後 1年間の実効線量が5mSvを超えるおそれがないた め、当大学産業医が健康診断の一部省略を認め、血 液検査、眼及び皮膚の検査は年度初めの4月とし、 一部省略して10月に2回目を実施する。検査は当大 学メディカルサポートセンターにて実施しており、 その結果を第1表~第4表に示した。これによると 白血球数において3000~4000/mm3の範囲の者が 6名いたが、産業医による問診等により、生理学的 変動の範囲内で、放射線被ばくによると思われる異 常は認められなかった。その他皮膚、爪の異常及び 水晶体の混濁などについても放射線被ばくによると

思われる異常はなかった。

2.2 個人被ばく線量の管理

個人被ばく線量の測定は、外部被ばくにおいては ガラスバッジ(㈱千代田テクノル製)を主測定器と し、必要に応じて電子ポケット線量計を補助線量計 として用いている。ガラスバッジは広範囲用(X、 γ、β線)または中性子広範囲用(X、γ、β、中性子 線)が用いられ、作業者の作業・内容・利用頻度な どにより1カ月あるいは3カ月ごとに外部被ばく線量 の測定を業者に依頼している。内部被ばくについて は、管理区域内空気中放射性物質濃度が警報レベル 未満の場合は、記録レベル未満と判断し、ゼロと算 定する。平成29年度の実効線量を第5表に示した。 これによると放射線業務従事者の年間実効線量は最 大で0.1mSvであり、実効線量限度及び等価線量限 度に達した者はなかった。なお、ガラスバッジの測定結果で検出限界未満の結果については0として集積した。また、作業時の実効線量の管理目標値、調査レベルを超えたことはなく、原子炉施設及びトレーサー・加速器棟における作業時に内部被ばくの予想される事例もなかった。

3. 施設管理

3.1 場所における線量率の測定

原子炉施設及びトレーサー・加速器棟における作業場の線量率測定は半導体式エリアモニタ(㈱富士電機製)または電離箱式エリアモニタによる連続測定及び記録のほか、電離箱式サーベイメータ(㈱ Aloka製ICS-311など)、シンチレーション式サーベイメータ(㈱ Aloka製TCS-166など)を用いて行った。また平均γ線量率は環境線量測定用のガラス

平成 29 年度 血液検査結果

第1表 白血球数

1 -€-7	 至年月	平成29年4月								
快工	11十月	教職員	学 生							
—————————————————————————————————————	9000 以上	4	3							
白 血 球 数	$5000 \sim 9000$	30	53							
	$4000 \sim 5000$	9	14							
(/mm ³)	4000未満	4	2							
合計	(人)	47	72							

第3表 血色素量

+A-2	 至年月	平成29年4月				
快工	11年月	教職員	学 生			
ıfıt	16.0 以上	7	33			
血 色 素 量	$14.0 \sim 16.0$	26	25			
	12.0 ~ 14.0	11	12			
(g/dl)	12.0 未満	3	2			
合計	十(人)	47	72			

第2表 赤血球数

大左口	平成29年4月				
11十月	教職員	学 生			
550 以上	13	11			
$450 \sim 550$	20	54			
$400 \sim 450$	14	7			
400 未満	0	0			
(人)	47	72			
	450 ~ 550 400 ~ 450 400 未満	数職員 550 以上 13 450 ~ 550 20 400 ~ 450 14 400 未満 0			

第4表 白血球百分率

₩ *	/r: 0	平成29年4月							
快宜	年月	教職員	学 生						
好中球	桿状核	1~14%	$2 \sim 15\%$						
好中球	分葉核	$24 \sim 69\%$	$28 \sim 63\%$						
リン	パ球	$15\sim59\%$	$15 \sim 57\%$						
単	球	$2\sim12\%$	$2 \sim 11\%$						
好 酉	竣 球	1~11%	0 ~ 11%						
好 塩	基球	0~ 1%	0 ~ 2%						

第5表 放射線業務従事者の被ばく実効線量

区分			線量分布	総線量	平均線量	最大線量						
	< 5	$5 \sim 15$	$15 \sim 25$	$25 \sim 50$	50<	合 計	(人·mSv)	(mSv)	(mSv)			
教職員	42	0	0	0	0	42	0.1	0.0	0.1			
学 生	57	0	0	0	0	57	0	0	0			
計	99	0	0	0	0	99	0.1	0.0	_			

[※]外部被ばく線量は、ガラスバッジ(0.1mSv未満(検出限界未満)は0として集積)による測定

バッジ及びTLD(㈱松下電器産業製、UD-200S、 $CaSO_4$ (Tm))を用いて1カ月間の積算線量から計算により求めた。場所の線量率の単位としては、 μ Gy/hなど空気吸収線量率を用いるべきであるが、法令に係る線量限度及び放射線業務従事者の被ばく線量を考慮して線量率 μ Sv/hで表示している。

3.1.1 ガラスバッジによる測定

第6表にガラスバッジによる月間積算線量の測定 結果を示した。これによると、年間のy線量は原子 炉施設の原子炉遮蔽タンク上部で最高値0.6mSvで、 トレーサー・加速器棟内も含めその他のすべての場 所において検出限界(0.1mSv)未満であった。な お、中性子源利用時間については、中性子源保管場 所内で利用した場合も含まれる。

3.1.2 TLDによる測定¹⁾

TLDによる月間平均 γ 線量率 (μ Sv/h) は1カ月間の積算線量 (μ Sv)を設置時間で割り、計算した。原子炉施設内8点における月間平均 γ 線量率を第7表に、1年間の経時変動を第1-1図と第1-2図に示した。年間を通して大きな変動はなく、最高値は原子炉遮蔽タンク南下部において平成30年1月に0.34 μ Sv/hであり、原子炉運転時間に影響を受けていると考えられる。また、この場所において放射線業務従事者が1週40時間の作業を行ったとしても

第6表 各施設におけるガラスバッジによる月間積算線量

(mSv)

														(1116) 1)
測[<i>-</i>		平成29年								平成30年			年 間
例	定 位 置	4月	5月	6月	7月	8月	9月	10月	11月	12月	1月	2月	3月	積算線量
原子炉施設	原子炉遮蔽タンク上部	x	x	x	0.1	x	0.1	0.1	0.1	0.1	0.1	x	x	0.6+6X
原丁炉 施設	使用場所	x	x	x	x	x	x	x	x	x	x	x	x	12X
トレーサー・ 加速器棟	加速器操作室	x	x	x	x	x	x	x	x	x	x	х	X	12X
管理棟	X線室1		x			x			x			x		4X
管 理 棟	X線室2		x			x			x			x		4X
研究棟	22号館 A 棟6階		x	-		x			x	-		x		4X
周辺監視	見区域境界 NW		X			x			X			X		4X
	" NE		x			x			x			x		4X
	" SW		x	-		x			x	-		x		4X
'	" SE		X			X			X			X		4X
原子炉運転・	積算熱出力(W・h)	2.54	16.97	17.50	32.94	13.62	27.11	39.03	29.04	44.87	49.87	0.09	3.82	277.40
中性子	源利用時間(h)	0	0	0	0	0	0	0	0.72	0	0	0.42	0	1.14
						•								

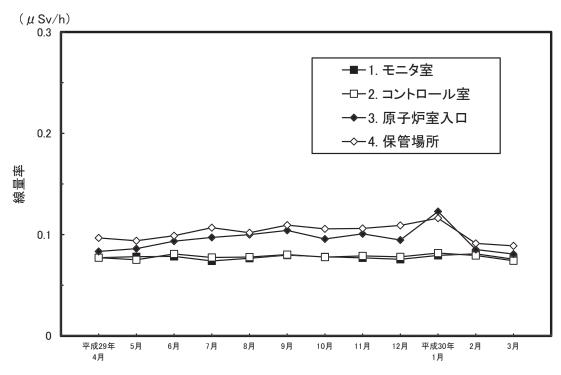
X: < 0.1mSv (検出限界未満)

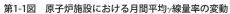
第7表 原子炉施設におけるTLDによる月間平均γ線量率の変動

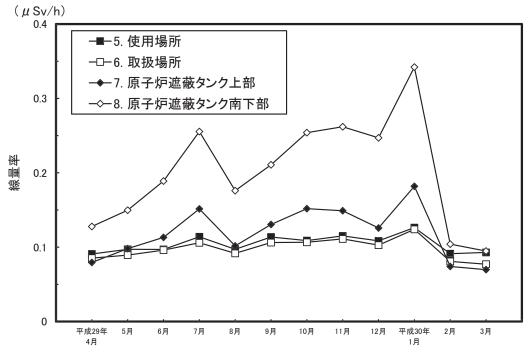
 $(\times 10^{-2} \mu \text{Sv/h})$

No.	測 定 場 所	変 動 範 囲	平 均 値
1	モ ニ タ 室	7.4 ~ 8.1	7.8 ± 0.2*
2	コ ン ト ロ ー ル 室	7.4 ~ 8.2	7.8 ± 0.2
3	原 子 炉 室 入 口	8.1 ~ 12.3	9.5 ± 1.1
4	保 管 場 所	8.9 ~ 11.6	10.2 ± 0.8
5	使 用 場 所	9.1 ~ 12.6	10.4 ± 1.2
6	取 扱場 所	7.7 ~ 12.4	9.8 ± 1.4
7	原子炉遮蔽タンク上部	7.0 ~ 18.2	11.9 ± 3.6
8	原子炉遮蔽タンク南下部	9.5 ∼ 34.2	20.1 ± 7.4

^{*} 標準偏差



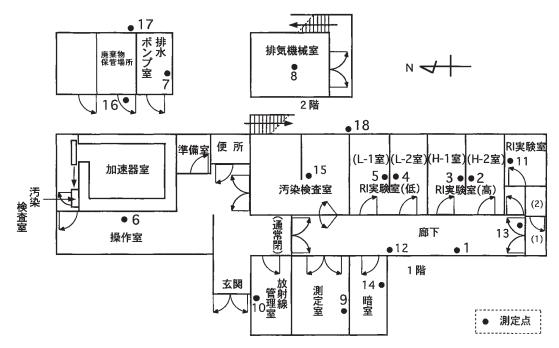




第1-2図 原子炉施設における月間平均γ線量率の変動

 $15\mu Sv/$ 週以下となり、作業場所における線量限度 1mSv/週をはるかに下回っている。トレーサー・加速器棟18点(第2図)における月間平均 γ 線量率の経時変動を第8表、第3-1図~第3-5図に示した。年間を通して大きな変動はなかったが、最高値は測

定室の 0.118μ Sv/hで平成29年4月に測定されたものである。なお、年平均値は全ての場所で 0.12μ Sv/h以下であった。いずれの場所においても、調査レベル未満の線量で自然放射線量率の変動範囲のレベルであった。

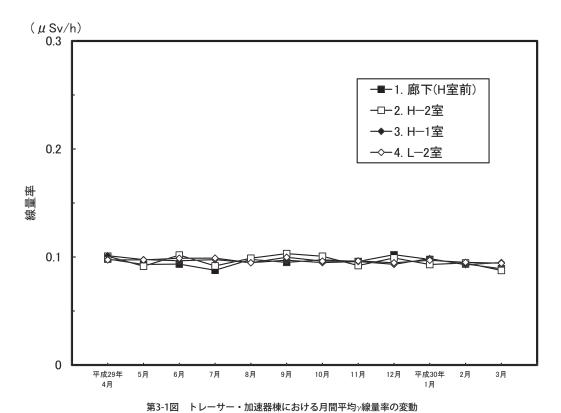


第2図 トレーサー・加速器棟におけるγ線量率測定点

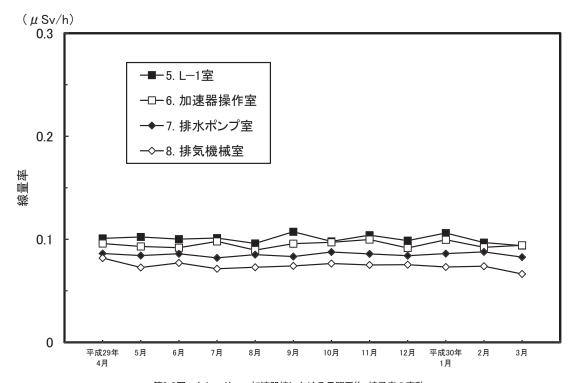
第8表 トレーサー・加速器棟におけるTLDによる月間平均y線量率の変動

 $(\times 10^{-2} \mu \text{Sv/h})$ 測定場所 No. 変 動 範 囲 平 均 値 下(H 室 前) 8.8 10.2 9.5 \pm 0.4° 1 廊 2 室 8.8 ~ 10.3 9.6 ± 0.5 1 室 9.3 ~ 10.1 9.6 ± 0.2 3 Η 2 4 室 9.4 10.0 9.7 ± 0.2 L 5 室 10.7 10.0 ± 0.4 6 加 速器 操 作 室 8.9 \sim 10.0 9.5 \pm 0.3 7 排 室 ± 0.2 8.2 8.8 8.5 8 排 機 室 6.6 8.2 7.4 ± 0.4 $10.5 \sim 11.8$ 9 測 定 室 11.1 ± 0.4 \pm 0.4 10 放 射 線 管 室 9.6 10.1 11 実 験 室 9.6 10.3 10.0 ± 0.2 12 廊 下(L 室 前) 9.3 ~ 10.0 9.7 ± 0.3 13 貯 8.5 9.0 \pm 前 14 $10.2 \sim 11.5$ 暗 室 109 + 0315 汚 染 検 室 8.6 ~ 10.0 9.1 ± 0.5 杳 16 棄物 保 管 庫 屝 7.6 9.3 8.5 ± 0.6 17 廃棄物保管庫裏 $8.8 \sim 10.4$ 9.5 ± 0.6 18 - 1 室 7.4 ~ 9.1 8.3 ± 0.6

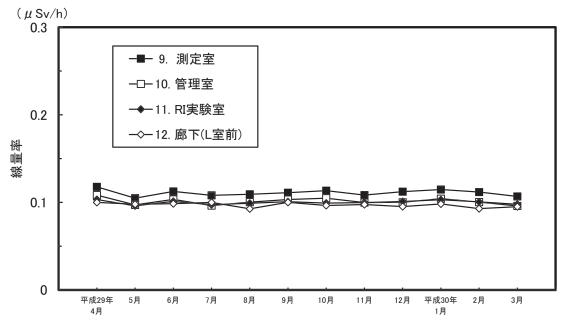
^{*} 標準偏差

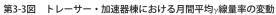


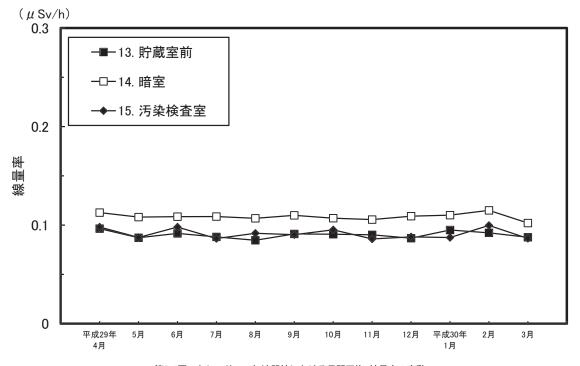




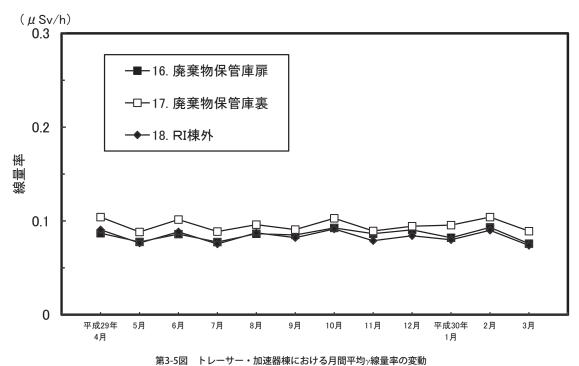
第3-2図 トレーサー・加速器棟における月間平均γ線量率の変動







第3-4図 トレーサー・加速器棟における月間平均γ線量率の変動



おり2回 「レーノ 加延而体にのがる/1回「ろ/恢至中の交動

3.1.3 連続放射線総合モニタによる測定

原子炉施設及びトレーサー・加速器棟においては、いずれも(網富士電機製のエリアモニタ、ダストモニタ、ガスモニタ、水モニタを配置する連続放射線総合モニタにより放射線の測定、監視及び連続記録を実施している。原子炉施設内で測定した γ 線量率について、三カ月間毎の原子炉運転中最高値、原子炉運転休止日平均値及び全平均値について**第9表**に示した。原子炉施設内4箇所のエリアモニタにおいて、年平均値は $0.11 \sim 0.26 \mu Sv/h$ であった。

3.2 空気中及び水中放射性物質濃度の測定

3.2.1 空気中放射性物質濃度の測定

原子炉施設及びトレーサー・加速器棟における 排気口の空気中放射性物質濃度は㈱富士電機製連 続ろ紙式ダストモニタを用いて測定し、第10表及 び第11表に測定結果をまとめた。原子炉施設にお いては排気フィルタ後で排風機運転中に連続吸引測 定を、トレーサー・加速器棟においては排気フィル

タを通した後の空気について、施設使用日に限って 連続吸引測定を行っている。原子炉施設及びトレー サー・加速器棟の管理区域内(それぞれ炉室内及 び各使用施設内) の空気中放射性物質濃度 (全β放 射能濃度) の測定は㈱富士電機製固定ろ紙式ダス トモニタ(NAD-1、NHR)及び原子炉施設はガス モニタと並行して行い、その結果を第12表及び第 13表に示した。これによると、ダストモニタによ る原子炉施設の管理区域における放射性物質濃度の 運転日の年平均値は、ダスト吸引中の飽和値、ダス ト吸引停止10時間後及びダスト吸引停止17時間後に ついて、 $1.5 \times 10^{-6} \text{Bg/cm}^3$ 、 $0.95 \times 10^{-7} \text{Bg/cm}^3$ 及び 0.60×10^{-7} Bg/cm³であり、いずれも運転休止日の 平均値より低い結果となった。トレーサー・加速器 棟の管理区域内の空気中放射性物質濃度(全β放射 能濃度)の年平均値は、ダスト吸引中飽和値、吸引 停止10時間後及び17時間後、それぞれ 9.0×10^{-7} Bq/ cm^3 、 $1.2 \times 10^{-7} Bg/cm^3$ 及び $0.86 \times 10^{-7} Bg/cm^3$ とバッ クグラウンドレベルで、原子炉施設とほぼ同じレベ

第9表 原子炉施設におけるエリアモニタによるγ線量率

 $(\mu Sv/h)$

													(MD 1/11)
	原子炉遮蔽 タンク上部		原子炉遮蔽 タンク側面		原子炉室西壁		実験室			積算熱			
測定年月	原子炉	原子炉		原子炉	原子炉		原子炉	原子炉		原子炉	原子炉		出力量
	運転中	休止日	全平均	運転中	休止日	全平均	運転中	休止日	全平均	運転中	休止日	全平均	(W • h)
	最高値	平均值		最高値	平均値		最高値	平均值		最高値	平均值		
平成29年4~6月	6.73	0.14	0.19	7.24	0.14	0.21	0.79	0.11	0.11	0.21	0.12	0.12	37.01
$7\sim9$ 月	6.92	0.18	0.27	7.38	0.19	0.28	1.77	0.11	0.12	0.23	0.12	0.13	73.67
$10 \sim 12$ 月	6.85	0.12	0.34	7.24	0.14	0.34	2.11	0.11	0.13	0.24	0.13	0.13	112.94
平成30年1~3月	6.61	0.12	0.22	6.43	0.14	0.23	2.21	0.11	0.12	0.21	0.13	0.12	53.78
平成29年度	6.92	0.14	0.26	7.38	0.15	0.27	2.21	0.11	0.12	0.24	0.13	0.13	277.40

第10表 排気モニタによる放射能濃度測定結果

測定項目		平成29年			平成30年
侧		4~6月	7~9月	10~12月	1~3月
排気口ガスβ*1	平均值	ND	ND	ND	ND
(10^{-3}Bq/cm^3)	最高値	ND	ND	ND	ND

^{*1} 原子炉運転休止日の計数率の平均値をバックグラウンドとして差し引いたもの

ND:検出限界(1.7×10^{-3} Bq/cm³)以下

第11表 トレーサー・加速器棟の排気口における空気中放射性物質濃度

 $\left(cpm\right)$

	#####################################		#####################################				
測定年月	全风中放射性物	万貝張皮 ・βγ	空気中放射性物質濃度*1:α				
0.07 = 1.74	吸引中飽和値	吸引停止17時間後	吸引中飽和値	吸引停止17時間後			
平成29年4月	$27 \sim 39 (33)$	18 ~ 28 (22)	2 ~ 5 (3)	< 1			
5月	33 ~ 48 (40)	21 ~ 24 (22)	1 ~ 4 (3)	< 1			
6月	21 ~ 54 (34)	18 ~ 24 (21)	1 ~ 3 (2)	< 1			
7月	$24 \sim 33$ (27)	18 ~ 29 (22)	0 ~ 4 (2)	< 1			
8月	24 ~ 39 (29)	18 ~ 24 (21)	0 ~ 4 (1)	< 1			
9月	$20 \sim 48 (30)$	18 ~ 21 (20)	0 < 5 (3)	< 1			
10月	21 ~ 48 (30)	17 ~ 36 (21)	0 < 6 (4)	< 5			
11月	30 ~ 51 (45)	18 ~ 21 (20)	2 < 15 (5)	< 1			
12月	$27 \sim 69 (47)$	18 ~ 21 (20)	2 < 10 (4)	< 2			
平成30年1月	$21 \sim 66 (41)$	18 ~ 24 (21)	0 < 6 (3)	< 1			
2月	$42 \sim 51 (47)$	15 ~ 28 (22)	3 ~ 5 (4)	< 1			
3月	36 ~ 39 (38)	15 ~ 28 (22)	3 ~ 3 (3)	< 1			
年平均値	36 ± 10*2	01 0	3.1 + 1.9	. 1			
(cpm)	30 ± 10	21 ± 2	5.1 ± 1.9	< 1			
年平均濃度	1.8×10^{-7}	1.1 × 10-7	2.6×10^{-8}	<8.5 × 10 ⁻⁹			
(Bq/cm ³)	1.0 \ 10	1.1×10^{-7}	2.0 \ 10	<0.0 × 10			

^{*1} 自然起因の値も含む

^{*2} 標準偏差

^() 平均値

第12表 管理区域 (原子炉室) における空気中放射性物質濃度

測定器	ガスモニタ		固定口紙式ダストモニタ								
		ダスト吸引	中飽和値	吸引停止	10時間後	吸引停止	17時間後				
年 月	月平均値	(×10 ⁻⁶)	Bq/cm³)	$(\times 10^{-7}]$	Bq/cm³)	$(\times 10^{-7} \text{Bq/cm}^3)$					
平 月	(Bq/cm ³)	原子炉運転日	運転休止日	原子炉運転日	運転休止日	原子炉運転日	運転休止日				
		平均值	平均值	平均值	平均值	平均值	平均值				
平成29年4月	ND	2.9	1.5	1.3	1.2	0.83	0.78				
5月	ND	2.0	1.3	1.4	1.3	0.9	0.87				
6月	ND	1.6	1.9	1.0	1.4	0.73	0.92				
7月	ND	1.6	1.4	1.1	1.4	0.7	0.90				
8月	ND	1.6	1.4	1.1	1.3	0.7	0.8				
9月	ND	1.8	1.2	1.1	1.3	0.72	0.78				
10月	ND	1.3	1.7	0.9	1.6	0.53	0.81				
11月	ND	1.9	3.0	1.1	1.9	0.65	1.0				
12月	ND	1.6	1.1	1.0	1.1	0.48	0.60				
平成30年1月	ND	1.4	0.8	0.86	0.8	0.48	0.45				
2月	ND	1.1	0.5	0.84	1.00	0.51	0.60				
3月	ND	1.1	1.0	0.59	0.9	0.31	0.41				
年平均	ND	1.5±0.5*1	1.7±0.5	0.95±0.26	1.3±0.3	0.60±0.18	0.84±0.19				

ND:検出限界(1.7×10⁻³Bq/cm³)以下

*1 標準偏差

第13表 管理区域(トレーサー・加速器棟)における空気中放射性物質濃度

 $(\times 10^{-7} Bq/cm^3)$

年月	ダスト吸引	中飽和値	吸引停止	10時間後	吸引停止	17時間後
平 月	範 囲	平均値	範 囲	平均値	範 囲	平均値
平成29年4月	3.7 ∼ 15	9.4 ± 3.1*	0.35 ~ 2.8	1.5 ± 0.67	0.17 ~ 2.0	1.0 ± 0.48
5月	4.4 ~ 15	8.7 ± 3.2	0.71 ~ 3.0	1.4 ± 0.80	0.35 ~ 2.1	1.0 ± 0.63
6月	1.7 ~ 11	6.9 ± 3.2	0.53 ~ 2.1	1.3 ± 0.62	0.18 ~ 1.61	0.95 ± 0.51
7月	2.6 ~ 10	6.4 ± 2.6	0.00 ~ 2.3	0.81 ± 0.66	0.18 ~ 1.6	0.58 ± 0.50
8月	3.3 ∼ 12	6.9 ± 2.7	0.71 ~ 2.6	1.7 ± 0.63	0.53 ~ 2.1	1.4 ± 0.54
9月	5.6 ~ 14	8.6 ± 2.3	0.00 ~ 3.9	1.3 ± 1.1	0.00 ~ 3.0	0.84 ± 0.98
10月	3.9 ∼ 15	8.3 ± 3.6	0.35 ~ 3.8	1.2 ± 1.1	0.00 ~ 2.9	0.81 ± 0.91
11月	3.9 ∼ 17	11 ± 4.7	0.00 ~ 3.4	1.3 ± 1.1	0.00 ~ 2.4	0.82 ± 0.79
12月	4.4 ~ 17	8.5 ± 3.9	0.27 ~ 1.6	0.81 ± 0.44	0.18 ~ 0.9	0.45 ± 0.24
平成30年1月	5.3 ~ 26	12 ± 6.3	0.00 ~ 3.4	1.11 ± 1.1	0.00 ~ 1.8	0.70 ± 0.66
2月	5.7 ~ 20	11 ± 4.1	0.18 ~ 2.7	1.1 ± 0.82	0.00 ~ 1.6	0.75 ± 0.51
3月	3.5 ∼ 18	10 ± 5.1	0.00 ~ 3.6	1.3 ± 1.3	0.00 ~ 2.2	0.95 ± 0.91
年平均	9.0 ±	1.8*	1.2 ±	0.30	0.86	± 0.24

* 標準偏差

ルであった。第14表及び第15表に原子炉施設周辺 監視区域内及び周辺監視区域外における空気中放射 性物質濃度(全 β 放射能濃度)を示した。吸引中飽 和放射性物質濃度の年平均値は周辺監視区域内、外 でそれぞれ 7.8×10^{-7} Bq/cm 3 、 8.4×10^{-7} Bq/cm 3 で あった。これは自然放射性核種であるラドン・トロ ン系の壊変系列に属する核種を含むもので、地上 1m及び屋上での測定と若干差があるものと思われ る。第16表は放射性気体廃棄物における実測値と原子炉の運転実績により計算で求めた場合の排気口の⁴¹Ar濃度等を示すものである。ガスモニタによる実測値(平均値)はいずれの3カ月間においても検出限界以下であった。さらに、これらの運転実績をもとに計算による周辺監視区域境界付近の気体廃棄物のみによる空気中平均放射性物質濃度及び被ばく評価を第17表に示した²¹。

第14表 周辺監視区域内における空気中放射性物質濃度

 $(\times 10^{-7} \text{Bq/cm}^3)$

年 月	日	吸引中飽和値	吸引停止10時間後	吸引停止17時間後
平成29年	4月18日	5.7	0.17	0.00
	5月23日	4.6	0.35	0.18
	6月21日	5.0	1.0	0.79
	7月18日	6.3	1.6	1.6
	9月5日	10	0.44	0.44
	9月26日	13	0.00	0.00
	10月18日	9.0	0.35	0.18
	11月21日	8.9	0.18	0.00
	12月20日	7.9	0.18	0.09
平成30年	1月23日	10	0.18	0.09
	2月23日	9.7	0.36	0.27
	3月20日	3.4	0.00	0.00
平	均	$7.8 \pm 2.8^*$	0.40 ± 0.45	0.30 ± 0.46

^{*} 標準偏差

第15表 周辺監視区域外における空気中放射性物質濃度

 $(\times 10^{-7} \text{Bg/cm}^3)$

				(×10 bq/cm)
年 月	日	吸引中飽和値	吸引停止10時間後	吸引停止17時間後
平成29年 4	4月26日	4.0	0.39	0.23
5	5月24日	8.5	0.69	0.38
6	5月21日	5.5	0.54	0.31
7	7月26日	6.9	0.47	0.31
8	8月24日	5.7	1.24	0.70
9	9月27日	8.8	0.46	0.39
10)月25日	5.6	0.34	0.23
11	1月29日	21	1.41	0.78
12	2月20日	8.7	0.31	0.23
平成30年 1	1月24日	5.6	0.31	0.23
2	2月21日	12	0.44	0.22
3	3月22日	8.5	0.08	0.00
平均	均	8.4±4.5*	0.55±0.39	0.33±0.21

^{*} 標準偏差

第16表 放射性気体廃棄物の放出量

(原子炉施設全体)

	実測値		計算に	よる (⁴¹ Ar)	
期間	全希ガス	運転実績	放出実績	放出率	排気口の平均濃度
	王布ガス	(W • h)	(Bq)	(Bq/h)	(Bq/cm ³)
平成29年4月~6月	*	37.01	5.92×10^6	2.71×10^{3}	1.01×10^{-6}
7月~9月	*	73.67	1.18×10^{7}	5.34×10^{3}	1.99×10^{-6}
10月~ 12月	*	112.94	1.81×10^{7}	8.18×10^{3}	3.06×10^{-6}
平成30年1月~3月	*	53.78	8.60×10^{6}	3.98×10^{3}	1.49×10^{-6}
平成29年度	*	277.40	4.44×10^{7}	5.07×10^{3}	1.89×10^{-6}

[※] 検出限界 (1.3×10³Bq/sec) 未満

第17表 周辺監視区域境界付近における気体廃棄物による実効線量

期間	平成29年4月~	平成30年3月
運転実績	277.40	W•h
放出実績	4.44×10^{7}	Bq
放 出 率	5.07×10^3	Bq/h
排気口の平均放射性物質濃度	1.89×10^{-6}	Bq/cm ³
周辺監視区域境界付近の放射性物質濃度	2.24×10^{-4}	Bq/cm ³
γ線外部被ばくによる年間実効線量	1.59×10^{-4}	μ Sv/y

3.2.2 排水中放射性物質濃度の測定

排水中の放射性物質濃度は放射線総合モニタによ り原子炉施設、トレーサー・加速器棟ともに排水槽 A-2槽について連続測定し、排水溝へ放出する前に はA-4槽において採水法により測定を行った。原子 炉施設及びトレーサー・加速器棟における排水中 の全β放射性物質濃度を**第18表**に示した。これによ ると原子炉施設排水の全β放射性物質濃度は採水法 による測定で最高1.79×10⁻⁴Bq/cm³で当所の排水 中の調査レベル以下であり、年間の放出量(第19 表) は 1.3×10^3 Bqであった。トレーサー・加速器棟 の排水については最高1.55×10⁻⁴Bg/cm³、年間の 放出量は 10.2×10^3 Bqであった。また排水試料につ いては、環境影響調査のためにさらに詳細分析を 実施しており、γ線核種分析の結果として第20表に 示した。γ線核種分析は試料約20ℓを採水し、蒸発 乾固後、プラスチック容器(100ml容 ϕ 50mm)に 入れ、真性ゲルマニウム半導体検出器(有効体積 80mℓ、プリンストンガンマテック社製の同軸型)、 測定系としてSEIKO EG&G社製7700多重波高分

析器、データの収集及び解析にはSEIKO EG&G 社製ystudio及びEPSON Pro-500Lパーソナルコン ピュータを用いて、測定及びγ線スペクトル分析に より核種分析を行った。検出器は、60Col332keVの γ線に対する相対検出効率は20%、半値幅は2keVの 特性をもつもので、密着状態で測定を行った。ト レーサー・加速器棟の排水については、過去のRI 利用による影響で、ごく微量の¹³⁴Csが検出された。 原子炉燃料タンク2槽(各60 ℓ 容量)中の減速水を 1カ月毎採水し、全 β 放射能濃度を 2π ガスフロー・ ローバックグラウンド計数装置(㈱Aloka製LBC-471P) で測定し、その結果を**第21表**に示した。こ れによると減速水の全β放射能濃度は $(2.7 \sim 12.9)$ $\times 10^{-5}$ Bg/cm³に変動しておりバックグラウンドレ ベルであった。また北側及び南側燃料タンク内の減 速水(交換は年1回)を3カ月毎に採取し、ゲルマニ ウム半導体検出器を用いてFP(核分裂生成物)検 査のための核種分析を行った。その結果を第22表 に示したが、いずれもFPは検出されなかった。

⁻ 該当なし

第18表 排水中の全β放射性物質濃度

 $(\times 10^{-5} \text{Bq/cm}^3)$

期間	原子炊	戸施設	トレーサー	•加速器棟
朔 间	最 高 値	平 均 値	最 高 値	平 均 値
平成29年4月~6月	_	_	12.2 ± 1.1	12.0 ± 0.8
7月~9月	17.9 ± 1.3*	8.4 ± 0.5	15.4 ± 1.2	15.4 ± 1.2
10月~12月	_	_	15.2 ± 1.2	15.0 ± 0.8
平成30年1月~3月	_	_	15.5 ± 1.2	15.5 \pm 1.2
年 平 均	8.4	± 0.5	14.1	± 0.5

^{*} 計数誤差

第19表 排水放出時の年間全β放射性物質総量

 $(\times 10^3 \text{Bq})$

		· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·
期間	原子炉施設	トレーサー・加速器棟
平成29年度	1.3	10.2

第20表 排水中のγ放射性核種濃度の変動範囲

 $(\times 10^{-3} \text{Bq/cm}^3)$

期 間	原子炉施設		トレーサー・加速器棟			
州 旧	Cs-137	K —40	Cs-137	Cs-134	K −40	
				ND	0.08 ± 0.01	
平成29年度	ND	ND	ND	}	}	
				$0.0031 \pm 0.0005^*$	0.12 ± 0.01	

* 計数誤差

ND: 検出限界以下

第21表 減速材中の全β放射性物質濃度

 $(\times 10^{-5} \text{Bq/cm}^3)$

	期間	北側タンク	南側タンク
期	別 旧	変動範囲	変動範囲
平成	₹29年4月~6月	$5.2 \sim 9.8$	4.3 ∼ 10.2
7月~9月		$3.9 \sim 7.6$	$2.7 \sim 5.5$
10月~12月		$3.5 \sim 12.9$	4.1 ∼ 12.4
平成30年1月~3月		$4.1 \sim 7.7$	$5.3 \sim 10.6$

ND: 検出限界 (0.62×10⁻⁵Bq/cm³) 以下

第22表 減速材中のγ放射性核種濃度

 $(\times 10^{-3} \text{Bq/cm}^3)$

期	間	核	種	北側燃料タンク	南側燃料タンク
平成2	9年4月	F	P	ND	ND
 7月		FP		ND	ND
 10月		.0月 FP		ND	ND
 平成30年2月 FP		ND	ND		

FP:核分裂生成物 ND:検出限界以下

3.3 表面密度の測定

原子炉施設及びトレーサー・加速器棟(第4図)の管理区域内における床、ドラフト、流し及び実験台の表面密度の測定は、スミア法によって定期的に1カ月に1回、原子炉施設23定点、トレーサー・加速器棟46定点、また1週間に1回、月1回の測定点より数カ所選出し、原子炉施設12定点、トレーサー・加速器棟10定点について実施している。表面密度の測

定は、全 β 放射能濃度を 2π ガスフロー・ローバック グラウンド計数装置(㈱Aloka製LBC-471P)により、 3 Hによる表面密度については、液体シンチレーション計数装置(パッカード社製Tri-carb 2250)により行った。月1回行った表面密度の測定場所の一覧を**第23表、第24表**に示し、その両施設の全 β 表面密度の結果を**第25表**に示した。トレーサー・加速器棟における 3 Hの表面密度は**第26表**に示した。

⁻ 該当なし

原子炉施設、トレーサー・加速器棟における全 β 表面密度は全ての場所で検出限界値 2.9×10^{-4} Bq/cm²以下で、表面汚染の事例は無かった。トレーサー・加速器棟における³H表面密度の最高値は、RI実験室流しで 1.7×10^{-3} Bq/cm²を示したが、バックグラウンドレベルで表面汚染の事例はなかった。

平成29年度における放射性汚染の異常例はなかった。

第23表	原子炉放	施設に	おけ	るス	ミア	'法による測定場所一覧
No.				測	定	場所
1	_	_	ъ	4		洗面台付近・床
2	モ	=	タ	室		管理区域境界付近・床
3	測	定	室	(1)		床
4	例	止	主	(1)		サイドテーブル
5	測	4	4	(2)		床
6	側	定	室	(2)		入口側壁
7	準	ſi	前	室		床
8	実	馬	検	室		床
9	廊			下		床
10	店	子	炉	室		遮蔽タンク上
11	原	丁	7)-1	主	E	床
12	保	管	担	所		入口付近・床
13	1/1/	管場		771		床
14	23	/ h t	ı — ,	ル室		床
15	排	気も	幾一械	室		ダクト側壁
16	排力	水ポ	ンフ	プ室		ポンプ上部
17	取	扱	場	所		入口付近・床
18	ДX	1/X	2/13	771		床
19	使	用	場	所		床
20	1000	水丸	п тп	!槽		上 蓋
21	飛	/J\ X	<u>ت</u> با	: 11首		入口扉
22		卒 小加	/모 %	5 唐		ドラム缶下部
00)	棄物保管		3	単	400

棚

排気機械室 45 **Q** 廃棄物 保管場所 排水処理槽 43 **4**0 41 2階 19 17 15 11 10 6 準備室 便所 20 32 **O** 0 38 34 **O** L-1室 L-2室H-1室H-2室 加速器室 0 21 0 16 012 08 O 39 汚染検査室 22 31 33 O (Z) 6 6 (通常閉) 操作室 o 30 036 廊下 014 50 42 O 1階 管理室 0床 玄関 ■ 排水ポンプ上部 29 29 29 2 暗室 Δスト ブル 📵 テーブル引き戸 一流し ○ 扉取手 0 24 Δ 28 ●ドラフト ■ 棚 ▲ 排気管側壁 ○ ふた

23

第4図 トレーサー・加速器棟における表面密度測定点

第24表 トレーサー・加速器棟におけるスミア法による測定場所一覧

No.	測定場所		No.	測定場所
1	R I 実 験 室	流し	24	暗 室 床(1)
2	R I 実 験 室	床(1)	25	暗 室 床(2)
3	R I 実 験 室	床(2)	26	測 定 室 床(1)
4	R I 貯 蔵 室 (1)	床	27	測定室測定台(北)
5	廊 下 (H 室 前)	床	28	測定室測定台(南)
6	高 レベル実験室(H-2)	ドラフト	29	測 定 室 床(2)
7	高 レベル 実験室(H-2)	流し	30	廊 下(測 定 室 前) 床
8	高 レベル 実験室(H-2)	床(1)	31	汚 染 検 査 室 床(1)
9	高 レベル 実験室(H-2)	床(2)	32	汚 染 検 査 室 床(2)
10	高 レベル実験室(H-1)	ドラフト	33	汚 染 検 査 室 床(3)
11	高 レベル 実験室(H-1)	流し	34	汚 染 検 査 室 床(4)
12	高 レベル 実験室(H-1)	床(1)	35	汚 染 検 査 室 測定台
13	高 レベル実験室(H-1)	床(2)	36	加 速 器 操 作 室 床
14	廊 下(L 室 前)	床	37	加 速 器 室 床(1)
15	低 レベル 実験 室(L-2)	流し	38	加 速 器 室 床(2)
16	低 レベル 実験 室(L-2)	床(1)	39	加 速 器 室 床(3)
17	低 レベル 実験 室(L-2)	ドラフト	40	排 気 機 械 室(2F) ダクト付近
18	低 レベル 実験 室(L-2)	床(2)	41	排 水 ポ ン プ 室 ポンプ付近
19	低 レベル 実験 室(L-1)	ドラフト	42	トレーサー棟入口 床
20	低 レベル 実験室(L-1)	流し	43	排 水 処 理 槽
21	低 レベル 実験室(L-1)	床(1)	44	廃 棄 物 保 管 庫 扉
22	低 レベル 実験室(L-1)	床(2)	45	廃 棄 物 保 管 庫 中央床
23	暗室	流し	46	廃 棄 物 保 管 庫 棚

第25表 全β放射性物質表面密度の測定結果

 $(\times 10^{-5} \text{Bq/cm}^2)$

		(/
年 月	原子炉施設	トレーサー・加速器棟
平成29年 4月	ND	ND
5月	ND	ND
6月	ND	ND
7月	ND	ND
8月	ND	ND
9月	ND	ND
10月	ND	ND
11月	ND	ND
12月	ND	ND
平成30年 1月	ND	ND
2月	ND	ND
3月	ND	ND

ND: 検出限界 (2.9×10⁻⁴Bq/cm²) 以下

No.	測定位置	³ H表面密度 (10 ⁻⁴ Bq/cm²) No.		測 定 位 置	³H表面密度
	7.0 /2 12 12			7.5 /2 12 12	(10^{-4}Bq/cm^2)
1	R I 実 験 室 流し	<11	24	暗 室 床(1)	<5
2	R I 実 験 室 床(1)	<8	25	暗 室 床(2)	<7
3	R I 実 験 室 床(2)	<5	26	測 定 室 床(1)	<7
4	R I 貯 蔵 室 (1) 床	<7	27	測定室測定台(北)	<11
5	廊 下(H 室 前) 床	<15	28	測定室測定台(南)	<2
6	高レベル実験室(H-2) ドラフト	<6	29	測 定 室 床(2)	<5
7	高レベル実験室(H-2) 流し	<10	30	廊下(測定室前)床	<6
8	高レベル実験室(H-2) 床(1)	<17	31	汚 染 検 査 室 床(1)	<11
9	高レベル実験室(H-2) 床(2)	<9	32	汚 染 検 査 室 床(2)	<11
10	高レベル実験室(H-1) ドラフト	<10	33	汚 染 検 査 室 床(3)	<13
11	高レベル実験室(H-1) 流し	<13	34	汚 染 検 査 室 床(4)	<7
12	高レベル実験室(H-1) 床(1)	<5	35	汚 染 検 査 室 測定台	<13
13	高レベル実験室 (H-1) 床 (2)	<9	36	加速器操作室 床	<9
14	廊 下(L 室 前) 床	<7	37	加速器室床(1)	<5
15	低レベル実験室(L-2) 流し	<9	38	加速器室床(2)	<11
16	低レベル実験室(L-2) 床(1)	<8	39	加速器室床(3)	<13
17	低レベル実験室(L-2) ドラフト	<13	40	排 気 機 械 室 (2F) ダクト付近	<8
18	低レベル実験室(L-2) 床(2)	<4	41	排 水 ポ ン プ 室 ポンプ付近	<14
19	低レベル実験室(L-1) ドラフト	<14	42	トレーサー棟入口 床	<3
20	低レベル実験室(L-1) 流し	<13	43	排 水 処 理 槽	<16
21	低レベル実験室(L-1) 床(1)	<10	44	廃棄物保管庫 扉	<12
22	低レベル実験室(L-1) 床(2)	<3	45	廃 棄 物 保 管 庫 中央床	<8
23	暗 室 流し	<3	46	廃棄物保管庫棚	<7

第26表 スミア法によるトレーサー・加速器棟における3H表面密度

4. 野外管理

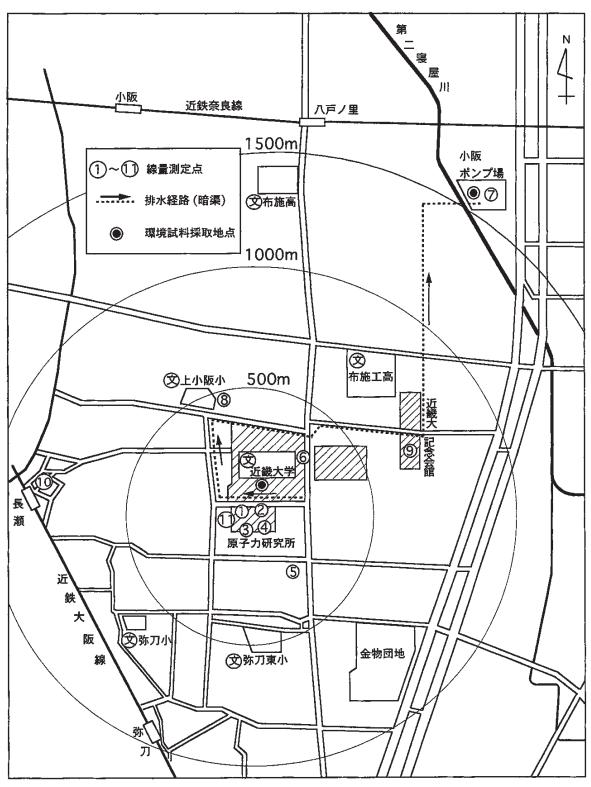
野外管理は原子炉施設保安規定に定めるサンプリング地点(第5図)において、環境γ線量率はTLDによる1カ月間の積算線量をもとに計算により得た。また原子力災害対策特別措置法に係る空間放射線量率の測定は、NaIシンチレータ検出器によるモニタリングポストで連続測定を行った。陸水、植物及び排水溝の沈泥土などの環境試料中の全β放射能濃度は、3カ月間に1回定期的に測定を行った。

4.1 環境γ線量率

環境γ線量率の測定はTLD (CaSO4 (Tm), UD-200S) を用い、原子炉施設を中心に1.5kmの範囲内11サンプリング地点に1カ月間設置して測定した積算線量より月平均γ線量率を計算し、第27-1表、第6-1図〜第6-3図に年間の変動を示した。これによると原子炉施設周辺監視区域内(測定点①〜

④、⑪)のモニタリング地点では年平均 γ 線量率は $0.084 \sim 0.096 \mu Sv/h$ 、周辺監視区域外では $0.068 \sim 0.100 \mu Sv/h$ とバックグラウンドレベルの範囲の変動で、顕著に高いレベルの場所はなかった。環境 γ 線量としては、普通一般には吸収線量率 $\mu Gy/h$ として表示するのが適していると思われるが、測定結果そのものを校正係数により補正を行い、 $\mu Sv/h$ の単位で表示した。

また、原子力災害対策特別措置法に係るモニタリングポストにより測定した環境 γ 線量率の変動を**第27-2表**に示した。変動範囲は、1分間毎の線量率の最小、最大を示している。モニタリングポストNo.1(㈱富士電機製)は原子炉より北西40m、モニタリングポストNo.3(㈱富士電機製)は原子炉より北東30mの位置にあり、それぞれ0.043~ $0.125 \mu Sv/h$ 、 $0.067 \sim 0.113 \mu Sv/h$ で、バックグラウンドレベルであった。



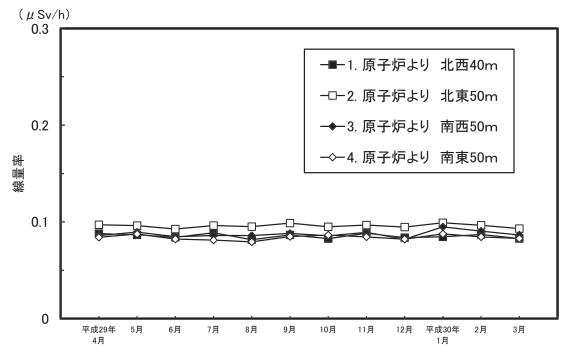
第5図 原子炉施設周辺における測定点

第27-1表 環境γ線量率の変動(1)

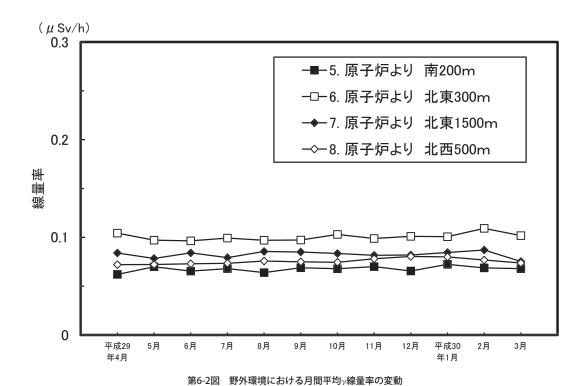
 $(\times 10^{-2} \,\mu\,\mathrm{Sv/h})$

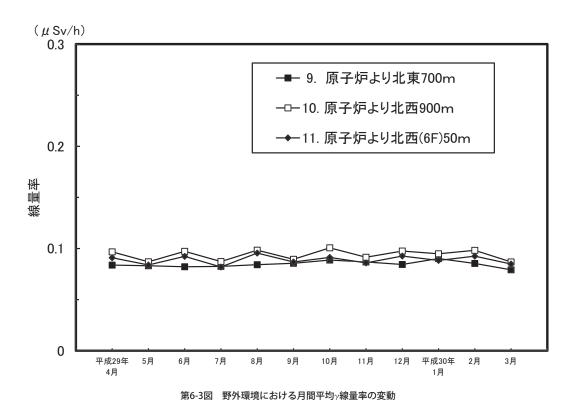
No.	測定位	置	変動範囲	年平均値
1	原子炉より北西	40m	8.2 ~ 8.9	8.5 ± 0.2*
2	原子炉より北東	50m	9.3 ~ 9.9	$9.6~\pm~0.2$
3	原子炉より南西	50m	8.2 ~ 9.5	8.7 ± 0.3
4	原子炉より南東	50m	7.9 ~ 8.8	8.4 ± 0.3
(5)	原子炉より南	200m	6.2 ~ 7.2	6.8 ± 0.3
6	原子炉より北東	300m	9.6 ∼ 10.9	10.0 ± 0.4
7	原子炉より北東	1500m	7.5 ~ 8.7	8.2 ± 0.3
8	原子炉より北西	500m	7.2 ~ 8.0	7.5 ± 0.3
9	原子炉より北東	700m	7.9 ~ 9.0	8.5 ± 0.3
10	原子炉より北西	900m	8.7 ~ 10.1	$9.4~\pm~0.5$
(1)	原子炉より北西	50m	8.2 ~ 9.6	8.9 ± 0.4

^{*} 標準偏差



第6-1図 周辺監視区域境界における月間平均γ線量率の変動





第27-2表 環境γ線量率の変動(2)

第27 2次 境况/W型平V/支到(2)							
	モニタリングポストN	No.1	モニタリングポストNo.3 (μSv/h)				
	$(\mu \mathrm{Sv/h})$						
	変 動 範 囲	平均値	変 動 範 囲	平均値			
平成29年 4月	0.047 ~ 0.113	0.075	0.069 ~ 0.101	0.077			
5月	$0.051 \sim 0.112$	0.078	0.071 ~ 0.096	0.079			
6月	$0.052 \sim 0.115$	0.078	0.071 ~ 0.108	0.080			
7月	$0.055 \sim 0.112$	0.079	$0.072 \sim 0.105$	0.081			
8月	$0.055 \sim 0.119$	0.080	0.072 ~ 0.113	0.081			
9月	$0.052 \sim 0.125$	0.079	0.072 ~ 0.108	0.081			
10月	$0.051 \sim 0.112$	0.077	0.070 ~ 0.101	0.079			
11月	0.049 ~ 0.112	0.075	$0.070 \sim 0.102$	0.078			
12月	$0.046 \sim 0.105$	0.073	0.070 ~ 0.096	0.078			
平成30年 1月	$0.043 \sim 0.105$	0.072	0.069 ~ 0.100	0.077			
2月	$0.045 \sim 0.102$	0.071	$0.067 \sim 0.092$	0.075			
3月	0.047 ~ 0.118	0.073	0.067 ~ 0.101	0.075			
平成29年度	0.043 ~ 0.125	0.076	0.067 ~ 0.113	0.078			

4.2 環境試料中の全β放射能濃度

原子炉施設及びトレーサー・加速器棟からの排水 経路に沿ったサンプリング地点として原研前及び原子炉より1.5kmにある小阪ポンプ場、また比較対照 のため当研究所からの排水経路に該当しない原研上流において採取した陸水、植物及び排水溝の沈泥土などの全 β 放射能濃度を第28表~第30表に示した。陸水(第28表)の全 β 放射能濃度は(16~51)×10 $^{-5}$ Bq/cm 3 であり、いずれの地点も同じレベルであった。植物試料(第29表)は、サンゴジュ科、ツバキ科の植物について調査し、これら植物の葉茎部の全 β 放射能濃度は、2.4~6.4Bq/g灰分であった。採取場所、採取時期によって同一種を試料とすることが難しく、全 β 放射能濃度の変動が大きい。そこ で、一年を通じて採取が可能なものとして例年"ツバキ"、"サンゴジュ"、"キョウチクトウ"を選んでいるが、キョウチクトウについては本学キャンパス整備工事のため伐採されたため今年度からはキョウチクトウを除く2品種となっているが、全 β 放射能濃度はカリウム含有量などに大きく左右されていると思われる 4 。排水溝などの沈泥土(第30表)については $0.63\sim0.82$ Bq/g乾土と自然の変動範囲内で、採取地による差は認められなかった。

第28表 陸水の全β放射性物質濃度

		蒸発死	桟渣量	全β放射性物質濃度 (×10 ⁻⁵ Bq/cm³)					
	採水場所	(mg	/ l)						
		変動範囲	平 均 値	変動範囲	平均値				
対照	原子力研究所上流	266 ~ 392	$333 \pm 53*$	34 ~ 51	40 ± 7.4*				
排水	原子力研究所前	197 ~ 295	261 ± 44	27 ~ 38	32 ± 5.6				
排水経路	小阪ポンプ場	199 ~ 657	419 ± 188	16 ~ 32	25 ± 6.6				

^{*} 標準偏差

第29表	植物の全β放射性物質濃度

採取場所	種 類	生体水分	植物当灰分	全β放射性物質濃度
1木4人物[7]	(科)	(%)	(%)	(Bq/g灰分)
	サンゴジュ	67.9 ~ 72.9	2.3 ~ 3.8	4.3 ~ 6.2
近畿大学構内	(サンゴジュ科)	$(70.4 \pm 2.6^*)$	(3.0 ± 0.7)	(4.9 ± 0.9)
匹 較八子(特)	ツバキ	57.6 ~ 66.8	2.2 ~ 3.5	2.4 ~ 4.0
	(ツバキ科)	(61.8 ± 3.8)	(2.8 ± 0.6)	(3.2 ± 0.7)
小阪ポンプ場	サンゴジュ	67.8 ~ 73.0	3.0 ∼ 3.4	4.1 ~ 6.4
小阪小ノ万	(サンゴジュ科)	(69.3 ± 2.4)	(3.2 ± 0.2)	(5.4 ± 1.0)

() 平均值

* 標準偏差

4.3 環境試料のγ線核種分析^{1,3)}

 γ 線核種分析は環境試料水については約 20ℓ 、植物試料は新鮮物約1kg、土壌については約1kgを採取し、それぞれ蒸発乾固物、灰分及び乾土をプラスチック容器(100ml容 ϕ 50mm)に入れ、真性ゲルマニウム半導体検出器で測定した。

陸水、植物及び沈泥土の γ 線核種分析結果を**第31** 表**~第33表**に示した。陸水試料について検出され た核種は 40 Kの自然放射性核種のみであった。植物 試料については 40 K、 7 Be及び 238 U、 232 Thの壊変系列

第30表 排水経路における沈泥土の全β放射性物質濃度

(Bq/g乾土)

			1 8
	採 取 地	変 動 範 囲	平 均 値
対照	原子力研究所上流	0.69 ~ 0.75	0.72 ± 0.03*
排水経路	原子力研究所前	0.63 ~ 0.76	0.69 ± 0.06
	小阪ポンプ場	0.71 ~ 0.82	0.77 ± 0.05

* 標準偏差

に属する自然放射性核種のみであった。沈泥土試料については、自然放射性核種のほかに、ごく微量の ¹³⁷Csが検出された。これらの ¹³⁷Csは東京電力福島第一原子力発電所の事故(平成23年3月)以前と同等のレベルであった。

第31表 陸水中のγ放射性核種濃度

 $(\times 10^{-3} \text{Bq/cm}^3)$

	採取場所	採取年月日	K —40	Be-7	Pb-212 (Th)	Bi-214 (U)	Cs-137
		平成29年4月	0.08 ± 0.01	ND	ND	ND	ND
	原子力研究所	7月	$N \pm D$	ND	ND	ND	ND
	管理棟 上水	10月	0.08 ± 0.01	ND	ND	ND	ND
対		平成30年1月	0.05 ± 0.01	ND	ND	ND	ND
照		平成29年4月	0.35 ± 0.01	ND	ND	ND	ND
<i>,</i> ,,,,	原子力研究所上流	7月	$N \pm D$	ND	ND	ND	ND
	尿于刀研究別工机	10月	$0.30 \ \pm \ 0.01$	ND	ND	ND	ND
		平成30年1月	0.44 ± 0.02	ND	ND	ND	ND
		平成29年4月	$N \pm D$	ND	ND	ND	ND
	原子力研究所前	7月	0.16 ± 0.01	ND	ND	ND	ND
	尿丁刀研究別則	10月	$0.28 \hspace{0.2cm} \pm \hspace{0.2cm} 0.01$	ND	ND	ND	ND
排水経路		平成30年1月	0.36 ± 0.02	ND	ND	ND	ND
経路		平成29年4月	0.22 ± 0.01	ND	ND	ND	ND
	小阪ポンプ場	7月	$N \pm D$	ND	ND	ND	ND
		10月	$N \pm D$	ND	ND	ND	ND
		平成30年1月	0.19 ± 0.01	0.06 ± 0.01	ND	ND	ND

ND: 検出限界以下

第32表 植物試料のγ放射性核種濃度

(Bq/kg生)

採取場所	試料	採取年月	K -40	Be-7	Ac-228 (Th)	Pb-212 (Th)	T1-208 (Th)	Ra-226 (U)	Pb-214 (U)	Bi-214 (U)	Cs-137
		平成29年4月	164±2.3	7.2 ± 0.4	6.9±0.3	3.3±0.1	2.7 ± 0.2	8.4±1.0	6.2±0.1	5.2±0.2	ND
	サンゴジュ	7月	132 ± 2.2	ND	1.1 ± 0.2	ND	ND	ND	ND	1.4 ± 0.1	ND
近	リンコンユ	10月	180 ± 2.2	2.5 ± 0.3	2.8 ± 0.2	1.5 ± 0.1	1.4 ± 0.1	3.7 ± 0.8	2.2 ± 0.1	1.9 ± 0.1	ND
近畿大学構内		平成30年1月	181±2.1	22 ± 0.6	1.8±0.2	1.3±0.1	0.7 ± 0.1	ND	0.7 ± 0.1	0.5 ± 0.1	ND
学	ツバキ	平成29年4月	72±1.7	7.4 ± 0.4	7.53 ± 0.3	7.7 ± 0.1	6.1 ± 0.2	5.6±1.0	4.5±0.1	4.0 ± 0.1	ND
内		7月	32 ± 1.0	1.3 ± 0.3	1.1 ± 0.1	ND	1.3 ± 0.1	ND	0.8 ± 0.1	1.1 ± 0.1	ND
		10月	99 ± 1.7	2.6 ± 0.3	5.0 ± 0.2	3.4 ± 0.1	3.0 ± 0.2	ND	2.8 ± 0.1	2.7 ± 0.1	ND
		平成30年1月	87±1.7	18.0 ± 0.7	5.3 ± 0.3	4.8±0.1	3.9 ± 0.2	ND	2.5 ± 0.1	2.3 ± 0.1	ND
小		平成29年4月	161±1.0	5.8 ± 0.4	5.7 ± 0.3	2.2±0.1	1.5 ± 0.1	3.1±0.8	3.0±0.1	2.7 ± 0.1	ND
小阪ポンプ	サンゴジュ	7月	71.9 ± 1.5	2.5 ± 0.3	3.1 ± 0.2	ND	1.0 ± 0.1	ND	ND	1.9 ± 0.1	ND
	リンコンユ	10月	159 ± 1.7	4.8 ± 0.3	5.6 ± 0.2	1.15 ± 0.09	0.96 ± 0.1	4.0 ± 1.0	3.4 ± 0.1	2.7 ± 0.1	ND
		平成30年1月	158±2.2	17.1 ± 0.8	7.0 ± 0.3	2.3±0.1	2.0 ± 0.2	ND	3.2±0.1	2.9 ± 0.1	ND

ND: 検出限界以下

第33表 沈泥土試料のγ放射性核種濃度

(Bq/kg乾土)

	取所	採取年月	K —40	Be-7	Ac-228 (Th)	Pb-212 (Th)	Tl-208 (Th)	Ra-226 (U)	Pb-214 (U)	Bi-214 (U)	Cs-137
	原子	平成29年4月	649±11	9.0±1.9	29±1.5	27±0.7	23±1.1	42±6.3	16±0.7	14±0.7	ND
対	力研	7月	635±11	11.7±2.3	27 ± 4.5	28±0.7	19±1.1	ND	14 ± 0.7	13±0.7	ND
照	究所	10月	517±9	ND	26±1.3	24±0.8	19±1.0	27±8.0	15±0.8	13±0.7	0.93±0.26
	上流	平成30年1月	675±11	15.4±3.5	25±1.4	24±0.6	18±1.1	52±6.0	15±0.7	13±0.7	ND
	原子	平成29年4月	642±10	10±1.9	24±1.3	24±0.6	20±1.0	27±6.3	13±0.7	13±0.6	ND
	原子力研究所前	7月	635 ± 11	20 ± 2.1	26 ± 1.4	22 ± 0.6	20 ± 1.0	34 ± 6.0	14 ± 0.7	14 ± 0.7	ND
排	究	10月	615 ± 10	ND	30 ± 1.5	25.4 ± 0.6	20 ± 1.0	ND	14 ± 0.7	13 ± 0.7	ND
排水経路	所前	平成30年1月	664±11	18±3.2	28 ± 1.4	24 ± 0.6	20 ± 1.0	ND	14 ± 0.7	13±0.7	ND
路路	小阪ポ	平成29年4月	637 ± 11	ND	19±1.3	18±0.6	15±1.0	ND	13 ± 0.7	12±0.7	ND
	別ポ	7月	707 ± 11	11.6±2.0	20 ± 1.4	20 ± 0.6	16 ± 1.0	ND	12 ± 0.7	11 ± 0.7	ND
	ンプ	10月	692 ± 11	9.5±1.9	25 ± 1.4	16 ± 0.5	20 ± 1.0	ND	16 ± 0.7	13 ± 0.7	ND
	場	平成30年1月	686±11	ND	22 ± 1.4	21 ± 0.6	17 ± 1.0	ND	13 ± 0.7	13 ± 0.7	ND

ND: 検出限界以下

6. まとめ

平成29年度の原子炉施設及びトレーサー・加速器 棟における放射線管理に関する結果の概要を報告し た。放射線安全、環境安全の観点から問題となる点 はなかった。原子炉施設周辺の環境放射能調査にお いて、平成23年度と平成24年度には東京電力福島第 一原子力発電所事故の影響とみられる放射性セシウ ムがごく微量検出されたが、今年度は昨年度と同 様、事故影響前と同等のレベルであった。

参考文献

1) 森嶋彌重, 古賀妙子, 久永小枝美, 丹羽健夫,

河合廣,他5名;近畿大学原子力研究所年報,23,7 \sim 19 (1986)

- 2) 稲垣昌代,松田外志朗,若林源一郎,山本友完,瀧口千鶴子,山西弘城;近畿大学原子力研究所年報,51,39~67 (2014)
- 3) 森嶋彌重, 古賀妙子, 久永小枝美, 三木良太, 河合廣, 他3名; 近畿大学原子力研究所年報, 24, 65~83 (1987)
- 4) 森嶋彌重,古賀妙子,久永小枝美,三木良太,河合廣,他3名;近畿大学原子力研究所年報,27,27~46 (1990)