燃料デブリ取り出し準備 スケジュール

分 野 名 目標工程	括 り	作業内容	これまで1ヶ月の動きと今後6ヶ月の予定	11月	2	12月			1月	2月	3月	4月	5月	6月以降	備考
	原子炉建屋内環	1 号	 (実 績) ○建屋内環境改善(継続) (予 定) (建屋内環境改善(継続) (実 績)なし (予 定) ○建屋内環境改善(継続) 環境 	20 î	3 10	17	24 31	E	Ť Đ	E 60 7		<u>L</u> Q <u>Y</u>	<u></u> Ф	5	建屋内環境改善 ・2階線量低減の準備作業20/7/20~23/7/21 他工事との工程頻整のため作業中断中。22/2/23~ 22/9/19 ・RCW入口ヘッダ配管穿孔22/10/24~ 22/11/14 ・RCW熱交機器(C)入口配管内泡水サンブリング 23/2/22 ・RCW熱交機器(C)入口配管内泡水サンブリング 23/2/22 ・RCW熱交機器(C)内包水サンブリング23/6/21 ~23/7/6 運屋内環境改善 ・RE大物能入口2階違へい設置 21/11/29~22/1/10 ・1階西側運路MCCa離波 22/1/11~22/2/25 ・2階北側工炉除染23/4/10~23/10/13 ・原子炉系計装配管の線量低減23/8/30~23/9/26
	境改善	(実績) ○建屋内環境改善(継続) (予定) 〇建屋内環境改善(継続) ○建屋内環境改善(継続) ○圧力抑制室内滞留ガスパージ	E	E力抑制室内滞留ガスパージ				- <u>最新工程反映</u> - <u>実施時期課登中</u>						建屋内環境改善 * 北西エリア機器激去および除染 '217/12~22/1/10 *北西エリア限器激去'22/4/18~22/3/22 北西エリア限器激去'22/4/18~22/7/14 *1 簡北東南東エリア除染 22/8/30~23/2/22 圧力抑制室内滞留ガスパージ '23/10/25~1月末予定 下力抑制変の句々のサンプリング	
	格納容器内水循環シ格約容器内水循環シ	4)容器内水循環 ノステムの構築	 (テ 頼)なび (予 定)圧力抑制室内包水のサンプリング 環境作業 (実 績)なし (予 定)なし 環境 	PC	2♥ (S/C) 水位計設置										▲ 毎7時222日村浄化茶迎上手触飯(モックアップ 22/11/1~23/7/18~23/7/18~23/10/31 + 圧力抑制室度感運器、圧力抑制室内包水サンプリング 723/11/15点が運路、圧力抑制室内包水サンプリング 723/11/15点が運路、圧力抑制室内包水サンプリング 723/12/15~23/11/15 + 常設監視計器取替 23/12/8~24/1月上旬予定
	ステムの構築	3 5	 (実 績) ○原子炉格納容器水位低下(継続) ○圧力抑制室内包水の水質改善(継続) (予 定) ○原子炉格納容器水位低下(継続) ○原子炉格納容器水位低下(継続) ○正力抑制室内包水の水質改善(継続) (実 績) ○【研究開発】格納容器内部詳細調查技術の開発(継続) 						3号機格納容器内取水設備の運転開始					(機続実施) 	 ・3号機原子炉格納容器内取水設備設置に係る実施計画 変更申請(21/2/1) 一補正申請(21/7/14) 一認可(21/7/27) ・取水設備設置21/10/1~'22/3/31 ・使用前検査(3号)(22/4/26) ・3号機格納容器内取水設備による圧力抑制室内包水の 水質改善開始 '22/10/3~
 初号機の燃料デブリ取 の出しの開始 取り出し規模の更なる 拡大(1/3号機) 段階的な取り出し規模 の拡大(2号機) 	Unet C	共通	 ○【研究開発】圧力容器内部調査技術の開発(継続) ○燃料デブリ取出設備 概念検討(継続) (予定) ○【研究開発】格納容器内部詳細調査技術の開発(継続) ○【研究開発】E力容器内部調査技術の開発(継続) ○【研究開発】E力容器内部調査技術の開発(継続) (酸料デブリ取出設備 概念検討(継続) 											(椎破天地) (椎破天地) (椎棘天施) (椎棘天施)	
」取り出し準備			 (実 績) ○原子炉格納容器内部調査(継続) ○1/2号機SGTS配管撤去(継続) (予 定) ○原子炉格納容器内部調査(継続) ○1/2号機SGTS配管撤去(継続) 											(維統実施)	OPCV(内部調査 PCV(内部調査に係る実施計画変更申請(18/7/25) ・補正申請(19/1/18)-認可(19/3/1) [主要 IF2] PCV(内部調査21/11/5~ PCV(内部調査21/11/5~ PCV(内部調査22/3/14~22/5/23 POV-C調査22/3/14~22/5/23 POV-C調査22/3/14~22/5/23 POV-C調査22/3/14 POV-F調査(210目) 23/2/3/123/2/1 POV-F調査(210目) 23/2/3/123/2/1 POV-F調査(210日) 23/2/18 POV-F調査(210日) 23/2/28 POV-F調査(210日) 23/2/18 POV-F調査(210日) 23/2/18 POV-F調(210日) 23/2/18 POV-F調査(210日) 23/2/18 POV-F調(210 POV-F POV-F POV-F P
	燃料デプリ取り出し	1号 燃料デブリの 取り出し) 道 作 梁												100-088年上の17-20-00 FRO-4-28調査23/3/28 ⁻ 23/4/1 01/28世俗GTS記管邀去 1/28世俗GTS記管邀去(その1)に係る実施計画変更申請 (21/3/12) - 部切(21/8/26) 1/28世俗GTS記管切断(外の)25,75月中旬 +1/28世俗GTS記管切断(残り分配管①~部)23/4/18 ~23/7/14 +1/28世俗GTS記管切断(残り分配管①~部)23/4/18 ~23/7/14 +1/27世俗GTS記管切断(残り分配管①~部)23/4/18 ~23/7/14
		2 명	 (実績) ○原子炉格納容器内部調査(継続) (予定) ○原子炉格納容器内部調査(継続) ^検 ○原子炉格納容器内部調査(継続) 	PC D7	√内部調査 ペットアームの性能確認試験・	モックアップ・訓練(国内)							時期間登中	PCV/的總書に係る実施計画変更申請(18/7/25) 一補正申請(20/9/9).認可(21/2/4) - 就築的取り出し作業((内總調査・デブリ採取)の善手 としては2023年度後半日発に実施する計画。 PCV/的資源者装置投入に同けた作業/20/10/20- 、そ6ペネの堆積物調査(信勉調査):20/10/28,3D スキャン調査:20/10/28,3D スキャン調査:20/10/28,3D スキャン調査:20/10/28,3D メモシン調査:20/10/28 - 米設監視計部取外し/20/11/10- ×-53ペネ調査:21/6/29 - ×53ペネ調査:21/6/29 - ×53ペネ調査:21/6/29 - ×53ペネ調査:21/11/15~
			現遺	PC' PC'	∨内部調査 ∨内部調査装置投入に向けたM	乍業								時期調整中	

東京電力ホールディングス株式会社 燃料デプリ取り出し準備 2023/12/21現在

燃料デブリ取り出し準備 スケジュール

分野名	廃炉中長期実行プラン2023 括 目標工程 り	作業内容	これまで1ヶ月の動きと今後6ヶ月の予定	11月	12月	1月	2月	3月	4月	
	RP>/PC> 健全性維持	圧力容器 /格納容器の 健全性維持	(実 績) 3 (予 定) (実 績) ○腐食抑制対策 ・窒素パブリングによる原子炉冷却水中の溶存酸素低減実施 (継続) (予 定) ○腐食抑制対策 ・窒素パブリングによる原子炉冷却水中の溶存酸素低減実施 (継続)	200 現場 作業 5 5 6 7 7 7 8 7 8 7 7 8 7 8 7 8 7 8 7 8 7 8	1 3 10 17 24 31 (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (2) (1) (1) (1) (1) (1) (2) (1) (1) (1) (1) (1) (2) (1) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1) (1) (1) (1) (2) (2) (1)					
	炉心状況把握	炉心状況 把握	 (実 績) ○事故関連factデータベースの更新(継続) ○炉内・格納容器内の状態に関する推定の更新(継続) (予 定) ○事故関連factデータベースの更新(継続) ○炉内・格納容器内の状態に関する推定の更新(継続) (実 績) ○2号機燃料取扱機操作室調査の実施 ○2号機原子炉建屋内調査(地下階三角コーナの状況確認) 	業 検討 - 設計	事故関連factデータペースの更新 炉内・格納容器内の状態に関する推定の更新					
		燃料デブリ 性状把握	 (予定) (実績) ○【研究開発】燃料デブリ性状把握のための分析・推定技術の開発 ・燃料デブリ性状の分析に必要な技術開発等(継続) (予定) ○【研究開発】燃料デブリ性状把握のための分析・推定技術の開発 ・燃料デブリ性状の分析に必要な技術開発等(継続) 	/编作業 検討 ・ 設計	【研究開発】燃料デブリの性状把握のための分析・推定技術の開発 ・燃料デブリ性状の分析に必要な技術開発等					
燃料デブリ取り出し準備	安 定 保 管 燃 料 デ フ リ 路 界 管	燃料デブリ 臨界管理 技術の開発	 (実 績) (研究開発) 臨界管理方法の確立に関する技術開発 ・ 未臨界度測定・臨界近接監視のための技術開発(継続) ・ 臨界防止技術の関発(継続) (子 定) (研究開発) 臨界管理方法の確立に関する技術開発 ・ 未臨界度測定・臨界近接監視のための技術開発(継続) ・ 臨界防止技術の開発(継続) 	現進作業 検討・設計	【研究開発】「燃料デブリ・炉内構造物の取り出しに向けた技術の開発」の一部とし ・未臨界度測定・臨界近接監視のための技術開発 ・臨界防止技術の開発	て実施				
	 ●段階的な取り出し規模の拡大(2号機) ▲ (2号機) 		 (実 績) ○【研究開発】燃料デブリ収納・移送・保管技術の開発 粉状、スラリー・スラッジ状の燃料デブリ対応(継続) 燃料デブリ乾燥技術/システムの開発(完了) (予 定) ○【研究開発】燃料デブリ収納・移送・保管技術の開発 粉状 スラリー・フラッジ状の燃料デブリは病(/端(4)) 	現場作業	【研究開発】粉状、スラリー・スラッジ状の燃料デブリ対応 (粉状及びスラリー・スラッジの分析等)					
	「綿・移送・保管技術の開発	燃料デブリ 収納・移送・保管 技術の開発	_{か」3} へ、	8)・設計 現場作業						

: 検討業務・設計業務・準備作業

: 現場作業予定

: 機器の運転継続のみで、現場作業(工事)がない場合

: 記載以降も作業や検討が継続する場合は、端を矢印で記載

· · 工程調整中のもの 東京電力ホールディングス株式会社 燃料デプリ取り出し準備 2023/12/21現在

				2023/
-	5月	~	6月以降	備考
	Ψ	r		

			(継続実施)	
			(維続実施)	
			(継続実施)	
			\rightarrow	
				○慶子炉津屋内調査(地下脳=角コーナ小は沿蹄数)
				22/12/2~23/1/11(片付け含む)
			(維続実施)	
			(継続実施)	
			(継続実施)	
			<i>(</i> 111 11 1	
			(藏続実施)	

廃炉中長期実行プラン2023



注:今後の検討に応じて、記載内容には変更があり得る

	2034
	·····
· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·	
·/	
し、相増の拡大笑を踏まっ合後途討	
	X
料デブリ取り出し	
料 デ ブリ取り出し め、1号機に展開することを想定	
料デブリ取り出し 200、1号機に展開することを想定	
料デブリ取り出し め、1号機に展開することを想定	
<u>料デブリ取り出し</u> 2め、1号機に展開することを想定	

1号機 PCV内部調査(気中部調査)について

2023年12月21日



東京電力ホールディングス株式会社

1. 概要



- 1号機原子炉格納容器(以下、PCV)内部調査については、燃料デブリの状態を確認するために、主 に地下階の調査を実施済
- ᢂデブリ取り出しに向けて、地下階の情報だけでなく、PCV全体の状況も把握する必要があるため、1FLエリアの調査を主とした、"1号機PCV内部気中部調査"を計画
- 本調査では、ペデスタル外だけでなく、水中ROV調査で確認しきれなかった、ペデスタル内の RPV底部周辺についても調査を計画





- PCV内部は狭隘かつ暗所であるため、"小型"で"機動性"、 "撮影能力"の高い、下記に示す小型ド
 ローンを採用
- 高精細な映像を撮影できるため、動画から点群データを生成可能(Structure from Motion技術)
- 小型ドローンの無線通信範囲をカバーするために、無線中継器を搭載したヘビ型ロボットを投入
- 水中ROV調査と同様に、X-2ペネにシールボックスを取り付け、PCVの隔離状態を保ったまま、 小型ドローンとヘビ型ロボットをPCV内に投入



3. 調査内容について



- 4機の小型ドローンを用いて、ペデスタル外1FLの"南側(X-6ペネ周辺まで)"、"北側(X-1ペネ周辺まで)"、"ペデスタル内"の映像を取得
- 初めにドローンでペデスタル外を調査し、グレーチング上に障害物が無ければ、ヘビ型ロボットを X-6ペネ前に移動。通信範囲を拡大し、再度ドローンによりペデスタル内を調査
- 水中ROV調査により、CRD交換用開口にCRDハウジングの落下を確認。本調査のペデスタル内進入ルート上のため、1機目でペデスタル外から落下状態を確認し、進入可否を判断





■ 機体のPCV内残置リスク

小型ドローンおよびヘビ型ロボットにおいては、放射線の影響や通信の途絶等により、PCV内への残置リスクはあるものの、残置になった場合においてもPCV内の状態に影響を与えない

▪ 映像取得不能(部分取得、不鮮明)

- ・
 ・
 か射線ノイズや霧等の悪条件により、映像が不鮮明となる可能性があるが、映像撮影試験にお
 ・
 いて悪条件環境においても飛行可能であり、接近すれば対象を撮影可能な旨、確認済
- ドローンが墜落した場合、直接映像を採取不可となるが、通信可能であればドローン内の映像
 をダウンロード可能であり、低画質ではあるが操作画面の映像は逐次保存する
- ヘビ型ロボットが移動不能になった場合や、CRD交換用開口が通り抜け不可だった場合は、ペデスタル内の映像が取得不可となるため、調査時には初めにドローンで、ヘビ型ロボットの移動ルートおよび、CRD交換用開口の状態を事前に確認し、進入可否を判断する(水中ROV調査の映像からは通り抜け可能と評価)

■ ダスト飛散リスク

- 通常、ドローン飛行はダスト飛散リスクが高いが、今回使用するドローンは小型・軽量のため
 飛散は少量であり、PCV内は湿潤環境のため、ダスト飛散の影響は低い(調査中はダストモニタの監視を実施)
- PCV内気体の漏洩およびPCV内圧低下リスク
 - シールボックスから、PCV内気体がリークするリスクがあるが、M/U時や隔離弁開直前にも気
 密性試験を実施し、漏洩がないことを確認してから作業を実施する。

5. 調査結果の活用例



調査結果は"燃料デブリ取り出し工法検討"、"今後のPCV/RPV内部調査検討"、"事故進展解析" に活用

項目	取り出し工法検討	PCV/RPV内部調査	事故進展解析
X-1,6ペネの状態	取り出しアクセスロの 検討	PCV内部調査アクセス 口検討	
CRDレールの状態	取り出しでの活用検討	PCV内部調査での活用 検討	
落下したCRDハウジン グの状態	落下物の撤去、 取り出し手順の検討	RPV内へのアクセス検 討	RPV底部の損傷箇所推定
CRDハウジング周辺の 状況		RPV内へのアクセス検 討	RPV底部の損傷箇所推定
CRD交換用開口の状態	取り出しアクセスロの 検討	ペデスタル内アクセス 口検討	
ペデスタル内水面付近			水位確認、流路の推定 (水流がある場合)
ペデスタル内壁の状態			燃料デブリの移行状況 (壁を伝った場合)
B1調査装置、2FL開口 の状態		今後の内部調査方法検 討(2FL調査等)	





(参考)今後の内部調査スケジュールについて



気中部調査

▶ 小型ドローンを用いて気中エリアを調査。2023年度の調査実績を踏まえて、他号機を含めた展開を計画

🗕 堆積物採取調査

> 水中ROV調査で確認された、多種多様な堆積物を採取し、分析する計画

■ ベント管・S/C調査

> 水中ROV調査の結果を踏まえ、ベント管・S/Cに堆積物が広がっていないか調査を計画

項目/年度	2023		2024以降	
気中部調査				
	調査	改修・検討	調査(2回目)	調査結果および検討・ M/Uを踏まえて時期調整
				<
堆積物採取調査				採取調査
	/	・ 検討、設計製作、M/U、訓		
			分析	
ベント管・		\rangle		
S/C内調査		, 検討、設計製作、M/U、訓	練	S/C ベント管内調査

(参考) B1調査装置の残置箇所



2015年4月に実施したペデスタル外側_1階グレーチング上調査(B1調査)において2台の調査 装置を残置している



1号機格納容器底部堆積物の分析状況

2023/12/21

東京電力ホールディングス株式会社

「廃炉・汚染水・処理水対策事業費補助金(燃料デブリの性状把握の ための分析・推定技術の開発)」に係る補助事業の成果を含む。



1. はじめに

- 2023年1~2月、1号機原子炉格納容器(PCV)内のペデスタル外周部において底部堆積 物の表層を水中ロボット(ROV-E)を用いて採取した。採取位置は下図①~④の4か所。
- 堆積物取得箇所の状況把握、堆積物の生成過程検討を行い、RPV・PCV内の状況把握に 活用することを目的に、1F所外の分析機関に輸送し詳細分析を進めている。
- PCV内部調査では、ペデスタルのコンクリートが一部損傷していることが確認されているため、コンクリートが経験した温度など損傷メカニズム解明に関する情報が得られることも期待して分析を進める計画である。
- ■本資料は、ペデスタル開口部(作業員アクセスロ)に最も近い位置で採取した試料(採取位置3)に関するSEM/EDS分析結果を報告するもの。



2. 分析の計画

■ 10月~11月、サンプルは茨城県内の4施設に輸送を実施した。
 ■ 現在、各施設で分析を順次進めている。(2023年度末目途)

MC MHI 原子力研究開発 MHI 原子力研究開発株式会社

• <u>光学顕微鏡</u>、<u>SEM/EDS</u>

• XRD

• 質量分析(ICP-MS)



日本核燃料開発株式会社

- 光学顕微鏡、<u>SEM/EDS</u>、TEM/EDS/電子線回折
- 局所ナノラマン測定

JAEA大洗研究所



- イメージングプレート
- 光学顕微鏡、SEM/WDS、TEM/EDS
- 放射線分析(α、γ)、質量分析(ICP-MS)

JAEA原子力科学研究所

• 放射線分析(α、γ)、質量分析(ICP-AES、TIMS)

※本資料で掲載した分析項目について、赤字下線で示す。



3. サンプル受け入れの状況



※SEM観察時には電子ビームによる加熱でCテーブの伸縮が生じるために、光顕像と電子像とは若干形状が変化する



- 4. SEM/EDS分析結果(組成分析)
- SEM/EDS分析により、 130µm×100µm程度の 範囲での元素組成を測定 (面分析)。
- Oが72at%と多く、 酸化物が多く含まれる。
- その他、Fe(13 at%)、
 Si、AIが多く検出された。



元素	N	0	Na	Mg	AI	Si	Р	S	CI	K	Са	Ti	Cr	Mn	Fe
at%	7	72	0.33	0.70	1.8	2.4	0.05	0.16	≦0.01	0.00	0.09	0.07	0.02	0.12	13
元素	Со	Ni	Cu	Zn	Sr	Zr	Nb	Мо	Sn	Cs	Tb	Tm	Pb	U	_
at%	0.19	0.26	0.02	0.70	0.02	0.02	0.00	0.02	≦0.01	0.00	0.02	≦0.01	0.42	0.05	_

※数値は分析装置の出力した数値そのままを記載したものであり参考値。 ※サンプルを固定するためのカーボンテープにCが含まれていること MC MHI原子力研究開発 TEPCO から、分析結果から除外。

- 5. SEM/EDS分析結果(元素マッピング像)
- 粒子全体にFe、Oが存在し、鉄さびが主成分である。
- U、Zrを含有する粒子が点在し、燃料由来と考えられる。
- Si、AI、Mgを含む粒子が点在し、PCVのコンクリート、保温材等に由来する可能性がある。
- 上記の観察結果は2017年採取試料と類似している。



Mg



MHI原子力研究開発

50 µ m

Al

Zn **TEPCO**

6. SEM/EDS分析結果(Uを含むSi含有領域)

- 多くはないものの、Uを含むSi含有粒子が存在している。
 - ➢ Si含有粒子全体に、均一にUが分布している。
 - ▶ Uの存在状態(粒子表面にUが付着しているか、粒子内部にもUが存在する か)は不明。
- 溶融燃料(U)がコンクリート、保温材等と反応した場合には、Si含有粒子内部にUが存在すると考えられることから、粒子内でのUの存在状態を知ることは事故進展の把握に役立つ可能性がある。
- 上記のようなU存在状態を知るためには詳細分析が必要
 - ▶ 当該粒子または同様の粒子について、 TEM/EDS/電子線回折を用いた詳細 観察を実施予定。
 - ▶ Uの存在状態、Si-O(ケイ素酸化物)の結晶構造が分かれば、粒子が経験した温度域が分かる可能性がある。



SEM像(SEI) 20µm



Si Siは点線部の粒子全体に存在



U Uは点線部の粒子全体に存在



7.まとめ

- ペデスタル開口部に最も近い位置から採取した試料についてSEM/EDS分析を 実施。(現在、詳細に精査中)
- 2017年にペデスタル開口部から離れた位置から採取した試料と概略は類似
 - ▶ 鉄さび上にウラン含有粒子が点在していることを確認
 - ➢ Si、AI、Mgを含む粒子が点在し、PCVのコンクリート、保温材等に由来する可能性がある。
- 多くはないものの、Uを含有するSi含有粒子が存在
 - ▶ 今後、TEM/EDS/電子線回折を進める予定。
 - ▶ Si-O中のUの存在状態、結晶構造を確認し、粒子の経験温度の推定に活用。
- 他の採取位置、分析項目についても引き続き進める。(2023年度末目途)





(参考) 分析手法の概要

□ イメージングプレート

再利用可能な写真乾板のようなものにサンプルを接触させ一定時間経過させると,放射線強度に応じた記録が残る。これ を専用の装置で読みだすと,サンプルの汚染分布がわかる。大まかにどこが汚染しているかを簡便に調べ,後段の分析を 効率よく進めるために使用。

- SEM: Scanning Electron Microscope(走査型電子顕微鏡) 電子顕微鏡の一種でサンプルに電子ビームをあて表面から放出される、または、反射した電子を測定することで、試料表面を観察するもの。EDSと合わせて用いることで試料表面の元素分布を取得することができる。
- □ TEM: Transmission Electron Microscope (透過型電子顕微鏡) 試料を透過した電子を使って、微小領域の材料評価を行う。
- EDS: Energy Dispersive X-ray Spectroscopy(エネルギー分散型X線分光法) 特性X線を用いてサンプル中の元素の濃度を測定する方法。同時に複数元素を測定可能。
- WDS: Wavelength-dispersive X-ray Spectroscopy(波長分散X線分光法) 試料に電子線を当て,試料に含まれる原子から出てきた特性X線を分光結晶(分光器)で波長ごとに回折し、その波長と 強度から、試料に含まれる元素と含有率を求める。

□ 電子線回折

試料表面に電子線を入射させて反射した回折電子を観察する方法で、結晶構造を解析する。

- □ ラマン測定 入射光と異なった波長をもつ光(ラマン散乱光)の性質を調べることにより、物質の分子構造や結晶構造などを知る手法。
- □ XRD: X-ray diffraction (X線回折法) 試料にX線を照射した際、X線が原子の周りにある電子によって散乱、干渉した結果起こる回折から対象物の結晶構造、 結晶方位、残留応力、転位密度、結晶子サイズなどを解析する。
- ICP-MS: Inductively Coupled Plasma Mass Spectrometry (誘導結合プラズマ質量分析) サンプル中の元素の質量数ごとの濃度を測定することができる。サンプルを水や硝酸などの溶媒に溶かした上で分析を実施する。
- □ TIMS: Thermal Ionization Mass Spectrometer(表面電離型質量分析計) フィラメントに通電して高温で加熱することによって試料中の元素をイオン化し、イオン化された元素を加速して磁場を かけることで各同位体の分離と定量的検出を行う装置。



1号機PCV水位低下に向けたS/C内包水サンプリング作業の実施について(サンプリング結果の続報)

2023年12月21日



東京電力ホールディングス株式会社

1. 概要

TEPCO

- 1号機PCVの耐震性向上として、PCVの水位低下を計画している。また、PCV水位低下に 向け水位計や取水設備の設置を検討している。
- 知見の拡充を目的にS/C内包水の水質やS/C底部状況の確認のため、PCV水位計や取水設備の設置候補であるCUW配管から、これら設備の設置前にS/C内包水のサンプリング作業 (CUW配管内上部・中部、CUW配管下端3箇所)を実施。
- 今回のサンプリング結果等の知見について、今後計画しているPCV水位低下の手順や設備 設計の検討に反映する。今後、S/Cの水位低下に合わせて、放射能評価について検討して いく。また、1Fにおける事故調査にも活用していく。



2. S/C(CUW配管)の内包水サンプリング結果(1/2) **TEPCO**

測定項目	単位	CUW配管内上部	CUW配管内中部	CUW配管下端 (S/C下部)					
Cs-134	Bq/L	4.19E+07	5.61E+07	6.11E+07					
Cs-137	Bq/L	2.55E+09	3.38E+09	3.64E+09					
Sr-90	Bq/L	4.17E+07	7.57E+07	7.95E+07					
H-3	Bq/L	1.74E+07	2.14E+07	2.24E+07					
全a	Bq/L	<1.14E+03	<1.14E+03	<1.14E+03					
pH※1	-	5.9	5.9	5.8					
導電率※1	µS/cm	19.0	34.0	34.0					
Cl	mg/L	380	740	750					
Са	mg/L	<10.0	14.0	14.0					
Мд	mg/L	16.0	40.0	41.0					
Na	mg/L	190	380	390					
Al	mg/L	1.6	1.9	1.6					
SS	mg/L	<100	<100	<100					
ТОС	mg/L	<10.0	<10.0	<10.0					
油分	mg/L	<30.0	<30.0	<30.0					
発泡性	-	なし	なし	なし					
一般細菌数※2	CFU/mL	<1.0E+03	<1.0E+03	1.0E+04					
硫酸塩還元細菌数※2	-	不検出	不検出	不検出					

滞留水処理への影響確認、PCV内の状況把握のため

補足)

・※1については、試料のラボへの持ち込み線量基準(1mSv/h)を満足させるため、採取量が少量になったことから精製水にて100倍希釈しており、 その影響があるため参考値として記載

・※2については、一般細菌数が10⁴CFU/mL以下、硫酸塩還元細菌数が不検出のため、微生物腐食のリスクは小さいと考えられる

2. S/C(CUW配管)の内包水サンプリング結果(2/2) **TEPCO**

測定項目	単位	CUW配管内上部	CUW配管内中部	CUW配管下端 (S/C下部)
Co-60	Bq/L	<5.68E+05	<6.26E+05	<7.61E+05
Ru-106	Bq/L	<2.34E+07	<2.81E+07	<2.69E+07
Sb-125	Bq/L	<1.58E+07	<1.80E+07	<1.87E+07
Eu-154	Bq/L	<1.61E+06	<2.00E+06	<1.94E+06
Am-241 (γ)	Bq/L	<2.17E+06	<2.55E+06	<2.56E+06
Ι-129 (γ)	Bq/L	<1.78E+07	<2.07E+07	<2.15E+07
Ag-108m	Bq/L	<5.36E+06	<6.12E+06	<6.30E+06
Ba-133	Bq/L	<5.63E+06	<6.37E+06	<6.62E+06
Ι-129 (β)	Bq/L	1.04E+03	3.02E+03	2.56E+03



TEPCO

2号機 PCV内部調査・試験的取り出し作業の準備状況

2023年12月21日



技術研究組合 国際廃炉研究開発機構 東京電力ホールディングス株式会社

1. PCV内部調査及び試験的取り出しの計画概要



- 2号機においては、PCV内部調査及び試験的取り出し作業の準備段階として、作業上の安全対策及び汚染拡大防止を目的として、今回使用する格納容器貫通孔(以下、X-6ペネ)に下記設備を設置する計画
 X-6ペネハッチ開放にあたり、PCVとの隔離を行うための作業用の部屋(隔離部屋)
 - PCV内側と外側を隔離する機能を持つ X-6ペネ接続構造
 - 遮へい機能を持つ<u>接続管</u>
 - ロボットアームを内蔵する金属製の箱(以下、エンクロージャ)
- 上記設備を設置した後、アーム型装置をX-6ペネからPCV内に進入させ、PCV内障害物の除去作業を行いつつ、内部調査や試験的取り出しを進める計画



2号機内部調査・試験的取り出しの計画概要

2. 2号機 燃料デブリの試験的取り出し装置の試験状況

性能確認試験項目



- 楢葉モックアップ施設を用いて、現場を模擬したモックアップ試験を実施中。
- 手動運転にて周辺構造物に接触することなくペデスタル底部までアクセスできること及び障害物の切断・ 除去が可能なことが確認できたため、現在、遠隔自動運転でのX-6ペネ通過/ペデスタル底部へのアクセス 試験について、最終の4ステップ目を実施中
- 現地ではアームによる狭隘部へのアクセスを繰り返し行う必要があり、現場適用に向けた位置精度やハード/ソフトの連係等の向上の観点で、引き続き、接触リスクの低減を図るべく制御プログラムを改善、最適化し、その他試験も並行し進めていく
- また、ロボットアームの開発に加えて、実作業を模擬した手順、オペレータの操作性、装置の信頼性を踏まえて、実際の現場適用性について確認していく

試験分類	試験項目	楢葉
	X-6ペネの通過性	実施中
	AWJによるX-6ペネ出口の障害物の撤去	完了(作業効率化検討中)
	各種動作確認(たわみ測定等)	完了
ロボットアーム関連	PCV内部へのアクセス性	
	・ペデスタル上部へのアクセス	実施中
	・ペデスタル下部へのアクセス	
	PCV内部障害物の撤去	完了(作業効率化検討中)
	・X-6ペイ通過後のPCV内障害物の切断	
	センサ・ツールとアームの接続	二 元 二
	外部ケーフルのアームへの取付/取外し	完了
	センサ・ツールの搬入出	完了
双腕マニピュレータ関連	アーム固定治具の取外し	完了
	アームカメラ/照明の交換	完了
	エンクロージャのカメラの位置変更	完了
	アームの強制引き抜き	今後実施
ワンスルー試験 (アーム+双腕マニピュレータ)	アームと双腕マニピュレータを組合わせ、調査に必要な一連の作業を試験で検証 ・ペデスタル上部調査 ・ペデスタル下部調査	今後実施

性能確認試験項目

今回報告

3-1.2号機燃料デブリの試験的取り出し装置の試験状況

【ペデスタルアクセス試験】



- アームの機能/適用性を見極めるため、重要かつ技術的ハードルが高い、「プラットホーム開口(狭隘部)を通過し ペデスタル底部へのアームのアクセス」に着目した試験を実施中
- 作業員補助でのペデスタル底部までのアームアクセスが可能なこと、その過程にてT&RF*の作成完了及びレーザス キャンデータ取得が完了。さらにVRシステムへの当該取得データの反映が完了、現在、最終ステップ④実施中 く試験概略フロー> ※: ティーチ&リピートファイル(アーム各軸の動作を設定したファイル)
- ステップ①
 ・ペデスタル底部までの アームアクセス(作業員 補助)
 ・T&RF*の作成 【完了】
 ステップ②
 ステップ②
 アームにレーザスキャナを 搭載し、アーム周辺の障害 物の位置・形状データ(点 群データ)取得【完了】
 ステップ③
 ステップ③
 アームVRシステムへの点群



ステップ① ペデスタル底部までのアームのアクセス状況 ステップ② 点群データの取得



参考. 2 号機 燃料デブリの試験的取り出し装置の試験状況 【AWJによるX-6ペネ出口の障害物撤去試験】



- アーム通過の障害物となるCRDレール、グレーチング、ケーブルの除去/切断を実施
- ▶ X-6ペネ出口の障害物をAWJで除去可能なこと及び除去後アームが通過可能なことを確認
- ▶ なお、CRDレール上のケーブル、堆積物の残置状態に応じたAWJノズルの角度、位置調整等に時間を要するため、作業効率化(作業時間短縮)についても継続検討中



参考.2 号機 燃料デブリの試験的取り出し装置の試験状況 【PCV試験内障害物除去試験】



- AWJツールをアームに搭載し、アーム通過の障害物となるCRDレール吊り治具、ペデスタル開口部の電線 管の切断試験を実施
- アーム先端に搭載したカメラによる視認にてCRDレール吊り具、電線管とも、計画通り切断できることを 確認
- なお、CRDレール同様AWJノズルの角度、位置調整等に時間を要するため、今後、作業効率化(作業時間 短縮)についても継続検討中



参考. 2 号機 燃料デブリの試験的取り出し装置の試験状況

【カメラ視認性の確認】



- ペデスタルアクセス試験はVR及びT&RF機能による遠隔自動運転をベースに実施予定だが、特にアームの進行方向及び後方(ワンド後端)のカメラによる視認性について確認
- VR精度評価結果も踏まえ、特にプラットホーム開口通過時のワンド後端の視認性改善を目的に後方確 認用カメラの追設を検討中



アーム先端をプラットホーム開口部に進入させた状態

4-1. 現場作業の進捗状況

IRID TEPCO

- X-6ペネ内堆積物除去作業は、PCVバウンダリとなる隔離部屋の中に堆積物除去装置を設置し、PCV内の気体が外部に漏れ出て周辺環境へ影響を与えないよう安全かつ慎重に作業を進める
- これまでの作業と同様に、PCV内の気体が外部に漏れ出て周辺環境へ影響を与えていないことを確認するため、作業中はダストモニタによるダスト測定を行い、作業中のダスト濃度を監視する









堆積物除去装置 (高圧水、AWJ)

※遠隔作業 ドーザツールによる堆積物の押し込み、 高圧水・AWJの噴射による堆積物の除去







※写真はモックアップ時の状況

4-2. 現場作業の進捗状況(X-6ペネ内堆積物除去)



- X-6ペネ内堆積物除去装置の設置に向けて、原子炉建屋1階にケーブル等の敷設を実施。
- 現場設置の事前確認として、1F構内で堆積物除去装置(低圧水)及びスプレイ治具の動作確認等を実施。



ケーブル敷設状況(原子炉建屋1階北西エリア)
4-3. 現場作業の進捗状況(X-6ペネ内堆積物除去)



- 堆積物除去装置(低圧水)の原子炉建屋内及び隔離部屋内への搬入、ケーブル等の接続が完了
- X-6ペネフランジへの接続(把持)を行い、フランジシール部の加圧確認を実施し問題がないことを確認
- 引き続き、スプレイ治具の設置作業を実施中



5. 工程



- ロボットアームについて、2022年2月より実施している現場を模擬した楢葉モックアップ試験を通じて把握した 情報と、事前シミュレーション結果との差異を補正することで、燃料デブリ取り出し時の接触リスクを低減する べく、現在、制御プログラム修正等の改良に取り組んでいるところ。試験状況から、ロボットアームによるアク セスルートの構築に時間を要する可能性を確認したことから、現場適用に向けて作業効率化やVR精度等の課題解 決を図り、安全性と確実性を高めるため、アクセスルート構築等の試験を進めている。
- また、2023年11月にX-6ペネフランジ面の清掃が完了。堆積物除去装置及びスプレイ治具の設置を実施し、1月 初旬から堆積物除去作業を開始予定。ハッチボルトの固着やフランジ面の付着物の除去に時間を要したことを踏 まえ、X-6ペネ内の堆積物除去に向けて、安全かつ着実に作業を進める。
- 他方、ハッチ開放準備作業において確認されたボルトの固着状況等を踏まえ、X-6ペネ内の堆積物が完全に除去で きない場合でも燃料デブリの取り出し可能な手法を検討中。過去の調査で用いた実績があり、ペデスタル底部へ のアクセス性が確認できているテレスコ式の装置について、ロボットアームでの内部調査・試験的取り出しを補 完する手法として並行して検討を進めている。
- X-6ペネ内堆積物除去作業の実施状況及びロボットアームの試験状況を踏まえ、安全かつ慎重に試験的取り出しを 進めるべく、工程について精査していく。

	~2021年度	2022年度	2023年度 _{712月現在}
ロボットアーム・ エンクロージャ装置開発	性能確認試	験・モックアップ・訓練(国内)	
・スプレイ治具取付作業 ・隔離部屋設置	X-53ペネ孔径拡	大作業 隔離部屋設置	スプレイ治具取付け
・X-6ペネハッチ開放			\vee
・X-6ペネ内の堆積物除去 ・試験的取り出し装置設置			
試験的取り出し作業 (内部調査・デブリ採取)			

参考. 現地準備作業状況 IRID TEPCO 試験的取り出し作業(内部調査・デブリ採取)の主なステップ 認可済 事前準備作業 4.ロボットアーム設置 加工機(ホールソー) ●事前にスプレイ治具 隔離弁 取付事前作業(X-53 ペネ孔径拡大)を実施 ロボットア 隔離部屋設置 ●ハッチ開放にあたり 事前に隔離部屋を設置 5. 試験的取り出し作業 (内部調査・デブリ採取)

3.X-6ペネ内堆積物除去

2.X-6ペネハッチ開放

ハッチ開放装置



●ハッチ開放装置によりハッチを開放



参考. 堆積物除去作業の概要



試験的取り出し作業用のアクセスルートを構築するため,準備工事として以下の項目を実施予定。

- ▶ スプレイ治具によるPCV内のダスト飛散抑制
- ▶ 堆積物除去装置(低圧水・ドーザツール)を用いてX-6ペネ内の堆積物を除去
- ▶ 堆積物除去装置(高圧水・AWJ・ドーザツール)を用いてX-6ペネ内の堆積物を除去



参考. X-6ペネに接続する装置のシール部



・ハッチ開放後のフランジ面に堆積物除去装置、X6ペネ接続構造を接続



<u> 震災前のX-6ペネハッチ(開放時)</u>

X-6ペネ接続時のシール位置(上から見た図)



3号機 S/C内滞留ガスのパージ作業の開始について

2023年12月21日

TEPCO

東京電力ホールディングス株式会社

1. 3号機 S/C内滞留ガスのパージ作業の概要



- 3号機S/Cは、震災以降、窒素封入の実績が無いことから、事故時に発生したガスの滞留に加え、水の放射線分解による水素ガスもS/C内に滞留していると想定。
- 水素を含むS/C内滞留ガスは、PCV保有水によりS/C内で水封され安定状態にあると考えられるが、S/Cからパージし水素燃焼に至るリスクを低減することで原子力安全の向上を図る。
- パージ作業は、既設設備のAC系計装ラック(S/C頂部に接続)とPCV漏えい試験計器盤 (D/W気相部に接続)をガスパージ設備(仮設)を介して接続し、PCV保有水の水頭に よりS/C内滞留ガスをD/Wに送気することで、PCVガス管理設備による管理放出を実施。
- パージ作業に先立ち、ガスパージ設備にてS/C内滞留ガスの濃度測定をした結果、水素 濃度約75%を確認。





- ガスパージ設備にてガス採取・分析した結果, Kr-85を約1.46×10⁴Bq/cm³検出^{※1}した ことから, Kr-85放出による敷地境界における被ばく影響の評価を実施。
- 今回確認したKr-85濃度およびS/C内滞留ガスの体積(約1600Nm³)^{※2}を考慮し敷地境界 における実効線量を評価した結果,低い値(約3.8×10⁻⁴mSv)に留まることを確認。
- 当該値は、「1~4号機原子炉建屋からの追加的放出量の評価結果^{×3}」にて示す評価値 (4×10⁻⁵mSv/年)よりは大きいが、「年間1mSvを満足する気体放出による評価値 (3×10⁻²mSv/年)」よりは十分小さいため、周辺公衆に与える放射線被ばくのリスク は小さいと考えている。

く補足>

「1~4号機原子炉建屋からの追加的放出量の評価結果」は毎月公表しているが、今後、パージ作業の進捗に合わせて評価値が若干増加する可能性があるが、作業実績を踏まえ当該評価に適宜反映していく。

- ※1:今回,採取・分析したガスはAC系配管を含むS/C頂部のガスの一部であるため,パージ作業の進捗に応じてKr-85濃度の傾向を確認するため適宜,分析を実施。
- ※2:S/C気相部圧力をガスパージ設備にて計測し,PCV水頭を算出。PCV(D/W)水位と水頭からS/C内部の水位を推定し,S/C内滞留 ガス体積を算出。当該体積は,PCV(D/W)水位の測定計器の誤差等による不確かさを有するが,「年間1mSvを満足する気体放出 による評価値(3×10⁻²mSv/年)」と比べ十分に小さいことから,被ばく評価への影響は小さいと考える。
- ※3:2023月11月28日公表



- Kr-85を含むガスをPCVガス管理設備を経由して放出することから、当該設備近傍における過剰被ばくを防止するため、当該設備フィルタに設置された線量計をパージ作業中は監視し、有意な変動(バックグランドに対して指示値の上昇が継続)を確認した場合は、作業を中断。
- パージ作業中は建屋内のエア採取およびKr-85濃度の分析を行い,建屋内へのガス滞留がないことを確認。





- ガスパージによるPCVパラメータへの影響を確認するため、まずは1日あたり数m³とする少量のパージを実施。
- ▲ 徐々にパージ量を増加させながら、PCVパラメータに影響がないと評価した量にてパージを実施。



パージ作業の進捗によっては 3月以降もの可能性あり。

(参考)ガスパージ設備の概要



PCV保有水の水頭にて送気されたS/C滞留ガスは、ガスパージ設備にて濃度測定(水素,酸素,硫化水素)やガス採取(Kr-85分析)が可能。

■ PCV環境への影響を抑えるため, S/C内滞留ガスをD/Wへ送気する流量の調整が可能。



<u>ガスパージ設備のイメージ</u>

(参考)パージ作業におけるパラメータの管理



- パージ作業により、D/Wへ水素を含む滞留ガスを送気するが、PCVガス管理設備を経由 することで、PCVパラメータ(水素・希ガス・ダスト濃度)を監視しながら放出可能。
- 同様にS/C滞留ガスのパージにより、S/C気相部へPCV保有水が移行し、PCV水位が低下する可能性があるため、必要に応じてパージ作業前に原子炉注水量を調整。
- ガスパージ設備にて水素濃度の確認やパージ流量の調整が可能であるため、PCVパラメ ータ(水素・希ガス・ダスト濃度、水位)に影響を与えないよう慎重に作業を実施。
- パージ作業は、PCV保有水の水頭によりS/C内滞留ガスをD/Wへパージし、ガスパージ 設備の水素濃度が可燃限界(4%)未満になるまで実施。系統内に水素が残留する場合 は、必要に応じて系統内に窒素を封入する予定。



パージ作業中のS/C内滞留ガスの流れ

パージ作業におけるPCVパラメータの管理方針

管理 パラメータ	管理方針	管理方針から逸脱 する場合		
PCV水素 濃度	運転上の制限2.5%以下を満足 するよう管理。	ガスパージ作業を中断し,濃度 が低減することを確認。		
PCV希ガス濃度	現状の希ガス濃度から有意な 変動が無いよう管理。	ガスパージ作業を中断し,濃度 が低減することを確認。		
PCVダスト濃度	現状のダスト濃度から有意な 変動が無いよう管理。	ガスパージ作業を中断し,濃度 が低減することを確認。		
PCV水位 回追加	PCV水位・温度計の最下位 (L1)が気中露出しないよう 管理。	│ ガスパージ作業を中断し, 必要 │ に応じて炉注水量を増加。 │		
ガス管理設備 フィルタ線量計	現状の線量率から有意な変動 が無いよう管理。	ガスパージ作業を中断し,線量 率が低減することを確認。		



ガスパージ設備にて濃度測定(水素,酸素,硫化水素)およびガス採取・分析(Kr-85) し、S/C内滞留ガスの性状について下記結果が得られた。

分析項目	分析結果
水素	約75%
酸素	約1%
硫化水素	0.S.*
Kr-85	約1.46×104Bq/cm3

※O.S.(オーバースケール):測定上限は30ppm(=百万分の30)以上であるが、計器の特性上、水素濃度の影響を受け、O.S.となった可能性も有り

帯留ガスの測定・分析の結果、Kr-85が検出されたことから、事故時に発生したガスが S/C内に滞留していたものと推定。

■本結果は、今後、事故調査に活用していく。



		1号機	3号機			
	RCW熱交換器	CUW逃がし [:]	ライン逆止弁	DHD執交換哭(A)	(再揭)S/C	
	入口ヘッダ配管	上流配管	下流配管			
水素(%)	約72	0	約15.5	約20	約75	
酸素(%)	約18	約1.0	約19.1	約0	約1	
硫化水素(ppm)	約28	約10.2	約21.7	約20	0.S.	
Kr-85(Bq/cm ³)	約4	約1.2×10 ³	約1.9×10 ⁴	約2.64×10 ³	約1.46×104	

福島第一原子力発電所 1号機及び2号機非常用ガス処理系(SGTS)配管 スミアろ紙分析結果について 2023年12月21日



東京電力ホールディングス株式会社

1.目的・結果概要



- ▶ 1号機のPCVベントガスにより汚染された1,2号機の非常用ガス処理系 (SGTS)配管内面の汚染の状況を把握するため、スミアを採取し分析 を実施した。
- スミア試料について、γ線スペクトル測定およびSEM-EDS観察を実施 した。
- ▶ その結果, γ線スペクトル測定ではCs-134, Cs-137が検出された。
- ➢ SEM-EDS観察では、Feが主成分であり、(U、Zrといった)燃料由来の成分は確認されなかった。
- ▶ 今後は、SGTS配管の配管サンプル(以下、母材)について、詳細な分析を実施する。

2-1.調査概要



- ▶ 1/2号機非常用ガス処理系(SGTS)配管について、1号機原子炉建屋カバー設置 に干渉する ①~⑧の配管の切断撤去作業を完了した。
- ▶ このうち、 ①配管についてスミア採取が完了していることから、スミアろ紙の 分析を実施する。
- ▶ 他の切断配管について,配管線量に応じた調査方法を検討する。



2-2.調査概要(2号機SGTS配管内面スミア試料) **TEPCO**

▶ 2号機SGTS配管(①配管)内面について、スミアろ紙の拭き取りによるサンプリングを実施。(2022年5月採取)



2-3.調查概要(分析方法)



- ▶ 日本原子力研究開発機構(JAEA)の協力により、SGTS配管内面のスミアろ紙について、非破壊分析を実施した。
- ▶ 今後, SGTS配管の母材について, 詳細な分析を実施する。



3-1.分析結果①: γ線スペクトル測定結果 TEPCO

• Cs-137, 134が検出され、その他核種の検出はされなかった。

• なお、アメリシウム241等の存在を低エネルギー領域(<100keV)で確認したが検出されなかった。



高エネルギー領域のスペクトル

Channel(Energy (keV))

3500 (1749.4)

90°

4000 (1999.3)

3-2.分析結果②:SEM-EDS観察



・SEM-EDS観察でどのような成分があるか網羅的に測定を実施した。

・測定の結果,Feが主成分で,セシウム以外のFPや燃料由来の特徴的な成分は確認されなかった。

ピーク検出	Fe	0	C	Mn	AI	Si	Ca	CI	Na	K
22P-1スポット	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	-	-	-	-	Ι
22P-3エリア	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	-	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc
22P-3スポット	\bigcirc	\bigcirc	\bigcirc	_	\bigcirc	\bigcirc	-	\bigcirc	-	-

- :未検出

上流側視点

TEPCO





22P-1試料の画像と元素マッピング



²²P-3試料の画像と元素マッピング

4-1.事故分析に資する調査(γカメラ測定 配管④)



- 1号機T/B屋上に仮置き中の1号機SGTS配管について,規制庁殿によるγカメラ測定を 実施。
- 当社所有のγカメラ(コーデットマスク)及びJAEA殿のγカメラ(コンプトン)も知見 を得るため、一緒にγカメラ測定を実施。
- 配管から4m, 1mの位置で台車に乗せたγカメラを移動させ測定する。
- 当社のγカメラについて,前回,測定時間1分で実施したが,S/N比が悪く,明瞭な像が得られていないことから,測定時間を5分に延長し実施した。

【実績】

- □ 1号機SGTS配管(配管④)について、下記の通り実施した。 11月16日(日中)
 - ・テレテクターおよび電離箱によるSGTS配管線量測定(規制庁殿)
 - ・γカメラ測定:配管からの距離:4m, 1m(当社及びJAEA殿γカメラは4mのみ)



[※]γカメラ測定時間:各箇所5分







入同店田

 規制庁殿, JAEA殿, 東京電力 (放射線防護G, PG3) が所有する, 測定方式が 異なるγカメラを使用し, γカメラ測定モックアップを行った。

比較表

種類	測定方式	視野角	長所	短所
東電iPIX (PG3)	コーデットマスク	45° 2mm : 48.8° 4mm : 46.4° 8mm : 41.4°	高線量率に強い 高位置分解能 高BG除去能力 軽量	環境レベルの放射線には不適 高エネルギーγ線に時間がかかる
東電γキャッ チャー (放射線防護 G)	コンプトン	140°	広視野角 軽量 高エネルギー γ線に強い	高線量率に弱い 位置分解能が悪い
<画像解析中> JAEA殿 コンプトン	コンプトン	140°	基本東電コンプトンと同様 鉛シールドにより,低線量 から高線量環境に対応可能	位置分解能が悪い
規制庁殿γカ メラ	ピンホール	約60°	高線量率に強い 高位置分解能	重量 高エネルギーγ線に時間がかかる

4-2.事故分析に資する調査(当社コーデットマスク:配管④) **TEPCO**

下記①~5(⑥⑦⑧は未実施)の測定点において,当社γカメラ(コーデットマスク)を用いてSGTS配管の汚染分布の測定を実施した。

【前回の測定時における課題】

- 現状当社γカメラ(コーデットマスク)にて出来ていない周辺感度補正を施し,均一な濃度分布を取得できるようにする必要がある。
 ⇒未対応
- 2. 低線量エリアでの測定,測定時間の延長が必要である。 測定場所:1号機T/B屋上(前回の測定場所と同様) 測定時間:1分⇒5分(モックアップ時と同様の測定時間に変更)









0 10 20 30 40 50 60 70 80 90 100% Gamma Relative Intensity



0 10 20 30 40 50 60 70 80 90 100% Gamma Relative Intensity

ΤΞΡΟΟ













ΤΞΡΟΟ



0 10 20 30 40 50 60 70 80 90 100% Gamma Relative Intensity

4-5.今回得られた知見(当社コーデットマスク: 配管④) **TEPCO**

【結果と考察】

- 撮影箇所の空間線量率が高く,前回の測定時間より5倍に伸ばしたもののまだS/N比が悪い (撮影時間に対し,γの露光時間が極端に短い)画像が得られた。
 ①~③に対してより偽像(ゴースト)が生じているため,撮影箇所の空間線量当量率が偽 像の発生に寄与していると推測する。
- 2. 画像の中心近くに線源がある結果となっている。

【今後の課題】

- 1. 低線量エリアでの測定および線量当量率(対象・エリア)に対する必要十分な測定時間を 決定する必要がある。
- 2. 現状当社γカメラ(コーデットマスク)にて出来ていない周辺感度補正を施し,均一な濃度分布を取得できるようにする必要がある。

<参考>当社γカメラ(コーデットマスク:配管⑤)



【結果】

- 1. 画像の中心近くに線源がある結果となっている。
- 2. 測定環境の空間線量率が高く,測定時間が短いため偽像(ゴースト)が生じている。 【考察】
- 当社γカメラ(コーデットマスク)では画面の周辺部に行くにつれ感度が減少するため, 面(線)状に汚染している場合線源の特定が難しいと推測する
- 2. 測定時間1分ではS/N比が悪く,明瞭な像が得られていないと推測する。 【今後の課題】
- 1. 現状当社γカメラ(コーデットマスク)にて今回の測定結果を基に,今後周辺感度補正を 施し,均一な濃度分布を取得できるようにする必要がある。
- 2. 低線量エリアでの測定,測定時間の延長が必要である。

配管から8m位置



配管から4m位置



配管から1m位置



<再揭 第30回事故分析検討会資料>



▶ 測定結果(8m位置)







参考資料1 スミア採取他,補足事項

<参考>【2号機SGTS配管内部のスミアろ紙試料分析】TEPCO

2号機のSGTS配管から拭き取り採取されたスミア紙3試料について,Ge半導体検出器によるγ線測定と,SEM-EDSによるスミアろ紙に付着した固形分の表面観察を行った。



16

<参考>分析結果: γ線スペクトル測定結果(低エネルギー領域)TEPCO

• アメリシウム241等の存在を低エネルギー領域(<100keV)で確認したが検出されなかった。



<再掲 第22回<u>事故分析</u>検討会資料> <参考>配管切断箇所の放射線量率測定(測定結果)

(1) SGTS配管線量測定結果

・下記に示す通り,配管線量率は2号機側が高く1号機側は低い結果となった。(昨年と同傾向) ・これらは、ベント流速が速かった1号機配管より2号機は原子炉建屋内のSGTS系機器(フィ ルタ,ラプチャーディスク等)が抵抗となり流速が抑えられ滞留したものと推測している。 ・なお、2号機配管で高線量が確認された範囲(測定点21~26)の配管位置関係は、屋外配管 のハイポイント(測定点20)より約1.2m低く,2号機R/Bからは水平位置となっている。



レーレート ※左記赤枠内上部3.0mにおいて最も高線量箇所を測定 18

<参考>配管内部確認及びスミア採取



▶ 小割2本目(下流側)の配管サンプル採取前に,内部確認及びスミヤ採取を実施。





参考資料 2 配管線量測定結果

配管線量測定 概要

【SGTS配管線量測定の実施】

γカメラ測定時の周辺への影響の確認,及び今後実施する配管小割・細断作業について放射線防護対策を検討し,被ばく線量低減を図るため, 配管線量を把握する目的で線量測定を行うこととした。



TEPCO
配管線量測定 概要



- 1号機T/B屋上および1号機C/B屋上に仮置き中の1/2号機SGTS配 管について、遠隔ロボット(Spot)を使用し、SGTS配管の線量調査 を実施した。
- Spot 2台を用いて作業を実施。

(線量測定/線量測定Spotの監視・誘導)

■ 配管より1000mm離れた位置から測定を実施し,最大の線量部分に ついて表面線量率を測定した。







配管線量情報



> 測定結果から,2号機配管に高線量のガスが流れたと想定。詳細は今後調査・分析を実施予定。

					線量測定結果		
号機	仮置き場所 測定場所 No.		No. 線量測定日		表面線量率 最大	配管端部 表面線量率 最大	
					mSv/h	mSv/h	mSv/h
		4	2023.10.30	3.74	32.30	—	
		5	2023.10.20	3.75	22.00	—	
1号	1号 1号T/B屋上 1号T/E	1号T/B屋上	6	2023.10.27	11.70	27.10	—
			\bigcirc	2023.10.25	3.39	17.90	_
		8	2023.10.26	11.40	131.00	-	
			1	2023.11.16 • 17	77.00	800.00	924
2号	2号 1号C/B屋上 1号R/B北	1号R/B北西	2	2023.11.9	68.10	477.00	1060
			3	2023.11.15	50.50	208.00	250



2号機SGTS配管(配管①~③) 線量測定結果

配管線量測定結果(配管①-1)

■ 2号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ、最大値は約114mSv/hという結果であった。



※1mピッチで測定を行い、1mピッチ内の最大線量率を記載

配管表面線量率

測定位置 側面最大ポイント	0 °	90°	180°	270°
上流側より500mm	45.70	<mark>70.10</mark>	56.70	41.90
				単位:mSv/h

配管線量測定結果(配管①-2)

■ 2号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ,最大値は約924mSv/hという結果であった。
 L流側視点
 0°



配管表面よりat 1m

270° (配管横)65.0072.3077.0058.5032.2027.60	測定ポイント 測定位置	6	5	4	3	2	1
	270° (配管横)	65.00	72.30	<mark>77.00</mark>	58.50	32.20	27.60



180°

270°

TEPCO

90°

配管表面線量率

測定位置 側面最大ポイント	0°	90°	180°	270°
上流側より3950mm	296.00	236.00	<mark>800.00</mark>	325.00
				単位:mSv/h

____ /h

配管線量測定結果(配管2)



■ 2号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ,最大値は約1060mSv/hという結果であ



配管表面線量率

測定位置 側面最大ポイント	0 °	90°	180°	270°
上流側より5100mm	285.00	<mark>477.00</mark>	344.00	358.00

単位:mSv/h

配管線量測定結果(配管③)

■ 2号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ、最大値は約250mSv/hという結果であ



配管表面よりat 1m

測定ポイント 測定位置	11	10	9	8	7	6	5	4	3	2	1
90°(配管横)				—		—	2.93	4.26	18.50	26.40	<mark>50.50</mark>
270°(配管横)	9.60	5.64					3.70	6.29	29.30	36.40	19.60

※「-」部分は、Spotがアクセスできないため、未測定 ※1mピッチで測定を行い、1mピッチ内の最大線量率を記載 配管表面線量率

測定位置 側面最大ポイント	0 °	90°	180°	270°
上流側より800mm	138.00	149.00	<mark>208.00</mark>	178.00

単位:mSv/h

TEPCO



1号機SGTS配管(配管④~⑧) 線量測定結果

配管線量測定結果(配管④)

1号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ,最大値は約32.30mSv/hという結果で あった。



TEPCO

配管線量測定結果(配管⑤)

- TEPCO
- 1号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ,最大値は約22.00mSv/hという結果であった。
 1号機



配管表面よりat 1m

測定ポイント 測定位置	12	11	10	9	8	7	6	5	4	3	2	1
270° (配管横)	1.14	1.50	1.68	2.94	3.30	3.29	2.82	3.00	3.00	3.71	<mark>3.75</mark>	3.30

※1mピッチで測定を行い,1mピッチ内の最大線量率を記載

単位:mSv/h

32

配管表面線量率

 測定位置 最大ポイント	0°	90°	180°	270°
上流側より2000mm	12.50	14.30	<mark>22.00</mark>	18.70

単位:mSv/h

配管線量測定結果(配管⑥)

1号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ,最大値は約27.10mSv/hという結果で あった。





6





※1mピッチで測定を行い、1mピッチ内の最大線量率を記載

単位:mSv/h

配管表面線量率

測定位置 最大ポイント	0 °	90°	180°	270°
上流側より6900mm	6.36	<mark>27.10</mark>	21.50	14.90

単位:mSv/h

配管線量測定結果(配管⑦)

■ 1号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ,最大値は約17.90mSv/hという結果であった。





TEPCO

配管表面よりat 1m

測定ポイント 測定位置	11	10	9	8	7	6	5	4	3	2	1
270° (配管横)	1.26	1.44	2.06	2.94	3.03	<mark>3.39</mark>	2.05	1.39	1.53	2.30	2.47

※1mピッチで測定を行い,1mピッチ内の最大線量率を記載

単位:mSv/h

配管表面線量率

測定位置 最大ポイント	0°	90°	180°	270°
上流側より5900mm	<mark>17.90</mark>	11.90	<mark>17.90</mark>	14.20

単位:mSv/h

配管線量測定結果(配管⑧)

■ 1号機SGTS配管表面の線量測定を実施したところ,最大値は約131mSv/hという結果であ



TEPCO



参考資料3 その他







(参考) 切断配管仮置き状況



