

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段 事故時操作要領書(既編) FD/W(緊急時) PCCV(本装置専用) AM(既編)操作要領書 [表1]表による動作要領書	項目	分類	計器名称	監視項目			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	備考	
				計器数	位置	負荷印り直し後						
①監視項目 ②有線監視ハルメータ ③補助ハルメータ	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	3	3	3	3	3	3	3	3	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

①重量監視バラメータ、②有効監視バラメータ、③補助バラメータ

項目	項目	細目バラメータを計測する計器				細目バラメータの代替バラメータを計測する計器				評価											
		計器数	直後	負荷切り直し後	分	計器数	直後	負荷切り直し後	分												
1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (2/5)	炉心監視 「PCCV圧力監視」 「D/W温度監視」 「PCCV水素濃度監視」 「ANCO温度監視」	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	0	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の温度	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	監視温度/圧力からの関係から、ドライウェル温度 (SA) またはベグスタル温度 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
			ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
			ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	成膜時に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
			ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
			ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	成膜時に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
			ドライウェル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チャンネル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	成膜時に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認
ドライウェル温度 (SA)			7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	成膜時に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バラメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	内容	詳細名称	島根原子力発電所 2号炉			東海第二発電所			柏崎刈羽原子力発電所 6号炉			計測設備等	設備	
			台数	設置	稼働	台数	設置	稼働	台数	設置	稼働			
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (注1) 注2) 注3) 注4) 注5)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (注1) 注2) 注3) 注4) 注5)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (注1) 注2) 注3) 注4) 注5)	原子炉格納容器内の冷却水の水位 (IS A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は注1)から注5)まで	
			原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水の流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水のpH	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水の電気伝導率	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水の硬度	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水の放射線量	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉格納容器内の冷却水の中性化剤濃度	1	1	1	1	1	1	1	1	1		1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分組	計器名称	SBO状態		分組	追加理由	計器名称	SBO状態		計器名称	評価
			直後	軌道切り直し後				直後	軌道切り直し後		
対応手段 緊急時対応要領書(既設) ベーシス 「FCV圧力制御」 「D/W温度制御」 「FCV本装置監視器」 「AN」(既設)による監視 「W」(既設)による監視(既設) 機」	電源	C-メータタフ母線電圧	1	1	③	非正常メータタフの受電状態を監視するバウメータ	計器名称	直後	軌道切り直し後	計器名称	評価
		D-メータタフ母線電圧	1	1	③	非正常メータタフの受電状態を監視するバウメータ	計器名称	直後	軌道切り直し後	計器名称	評価
		C-ロードセント母線電圧	1	1	③	非正常ロードセントの受電状態を監視するバウメータ	計器名称	直後	軌道切り直し後	計器名称	評価
		D-ロードセント母線電圧	1	1	③	非正常ロードセントの受電状態を監視するバウメータ	計器名称	直後	軌道切り直し後	計器名称	評価

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	検出手段	監視項目		30分監視		30分監視		30分監視		計測設備等	30分監視	30分監視	30分監視	30分監視
		分類	計測名称	計測数	事後	事後	事後	事後	事後					
緊急時格納容器内監視 (緊急時格納容器内監視)	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2
	原子炉格納容器内監視	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内監視	2	2	2	2

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	内容	抽出パワメータを制御する計器				抽出パワメータ 分類理由	抽出パワメータ 分類	抽出パワメータを制御する計器				評価
		計器数	感度	負荷切り離し機	計器名			計器数	感度	負荷切り離し機	計器名等	
対応手段 緊急時操作要領書 (0006) ベース (1) (2) (3) (D/W) (温度制御) (S/C) (水位制御) (P/C) (圧力制御) AMI (監視用) (監視) AMI (監視用) (監視) AMI (監視用) (監視)	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (A系、B系のみ)	2	2	2	①	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (A系)	1	1	1	①	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (B系)	1	1	1	①	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (A系)	3	0	0	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (B系)	1	0	0	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (A系)	1	0	0	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (B系)	1	1	1	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (A系)	1	1	1	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (B系)	1	1	1	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (A系)	3	3	3	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (B系)	1	1	1	—	—	—	—	—	—	—	
	格納容器内冷却水ポンプ出口圧力 (A系)	2	2	2	—	—	—	—	—	—	—	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		SBO影響		計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	分類	補助パラメータ	直後	負荷切り離し後			計器故障等	SBO	
異常時運転操作手順書 (機敏-ス)等 M設備別操作手順書 手順(0)によるSP除 熱(0)によるSP除 熱)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	①	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	サブプレッション・チェンバ ーの温度変化により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	2	①	原子炉格納容器内温度	2	①	原子炉格納容器内温度	2	2	2	除熱水の温度変化により代替監視可能
異常時運転操作手順書 (機敏-ス)等 M設備別操作手順書 手順(0)によるSP除 熱(0)によるSP除 熱)	最終し ー ト ン グ の 確 保	残熱除去系熱交換器入口 温度(A,B系のみ)	2	①	残熱除去系熱交換器入口 温度(A,B系のみ)	2	①	残熱除去系熱交換器入口 温度(A,B系のみ)	2	2	残熱除去系熱交換器入口 温度と熱交換機ユニット 上の熱交換量計値より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残熱除去系熱交換器出口 温度(A,B系のみ)	2	①	残熱除去系熱交換器出口 温度(A,B系のみ)	2	①	残熱除去系熱交換器出口 温度(A,B系のみ)	2	2	2	残熱除去系熱交換器出口 温度と熱交換機ユニット 上の熱交換量計値より代替監視可能
異常時運転操作手順書 (機敏-ス)等 M設備別操作手順書 手順(0)によるSP除 熱(0)によるSP除 熱)	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	2	原子炉格納容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能
異常時運転操作手順書 (機敏-ス)等 M設備別操作手順書 手順(0)によるSP除 熱(0)によるSP除 熱)	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	2	原子炉格納容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	①	原子炉格納容器内水位	2	2	2	原子炉格納容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		SBO影響		計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	分類	補助パラメータ	直後	負荷切り離し後			計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (機敏-ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	2	原子炉圧力容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	2	2	原子炉圧力容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能
非常時手順書 II (機敏-ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	2	原子炉圧力容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	2	2	原子炉圧力容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		SBO影響		計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	分類	補助パラメータ	直後	負荷切り離し後			計器故障等	SBO	
異常時手順書 II (機敏-ス) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	2	原子炉圧力容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	①	原子炉圧力容器内水位	2	2	2	原子炉圧力容器内水位(0)と 格納容器内圧力(S/O)の差 により代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価		
		計器数	バラムメータ 分類	SBO影響 区分1 直成電源 を喪失した部分 を喪失した部分	計器名称	計器数	バラムメータ 分類	SBO影響 区分1 直成電源 を喪失した部分 を喪失した部分	計器名称	計器数	SBO	
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等を行うための対応手順 (1)フレンチライン系設備の対応手順 本機設備の監視項目 (シビアアクシデント [PWR 制御] [PV 制御]) 機設備の監視項目 (MNSによるPCVスプレッド)	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	①	0	0	2	①	0	0	0	0	原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	①	0	0	2	①	0	0	0	0	原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	①	0	0	2	①	0	0	0	0	原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	①	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	①	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	①	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	①	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	1	①	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の温度は、高圧冷却水の温度より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	1	①	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の圧力は、高圧冷却水の圧力より代償監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能 原子炉格納容器内の冷却水の流量は、高圧冷却水の流量より代償監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価		
		計器数	SBO影響 直後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (放熱ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力	1	1	①	①	2	2	①	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

①：重要監視バラムメータ, ②：有効監視バラムメータ, ③：補助バラムメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価		
		計器数	SBO影響 直後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の温度	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の圧力	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の冷却水の流量	2	2	①	①	2	2	①	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直達電源 を延命した場合			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直達電源 を延命した場合		計器故障等
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MWRによるPCVスプレイ]	電源	M.C.C.電圧 M.C.D.電圧 P.C.C-1電圧 P.C.D-1電圧 直流125V主母線電圧 直流125V主母線電圧	M.C.C.電圧	1	1	③	非常用M.C.の受電状態を 確認するパラメータ	③	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			M.C.D.電圧	1	1	③	非常用M.C.の受電状態を 確認するパラメータ	③	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			P.C.C-1電圧	1	1	③	非常用P.C.の受電状態を 確認するパラメータ	③	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			P.C.D-1電圧	1	1	③	非常用P.C.の受電状態を 確認するパラメータ	③	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			直流125V主母線電圧	1	1	③	直達電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	③	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			直流125V主母線電圧	1	1	③	直達電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	③	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			高圧代替注水系統流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			復水補給水系統流量	1	1	①	復水補給水系統流量	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			貯水補給水系統流量	1	1	①	貯水補給水系統流量	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			原子炉冷却時冷却系統流量	2	2	①	原子炉冷却時冷却系統流量	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
高圧冷却注水系統流量	1	1	①	高圧冷却注水系統流量	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認			
原子炉水位	3	3	①	原子炉水位	①	抽出パラメータを計測する計器	3	3	3	3	監視項目は主要パラメータにて確認			
原子炉水位	2	2	①	原子炉水位	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認			
原子炉水位	1	1	①	原子炉水位	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認			
原子炉水位	1	1	①	原子炉水位	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認			
復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	①	復水移送ポンプ吐出圧力	①	抽出パラメータを計測する計器	3	3	3	3	監視項目は主要パラメータにて確認			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直達電源 を延命した場合		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直達電源 を延命した場合		
非常時手順書 II (除酸ペー ス) [PCV/E力 制御]等 AM設備別操 作手順書 (3/15)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	8	8	①	抽出パラメータを計測する計器	8	8	8	8	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			ドライウエル圧力	1	1	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直達電源 を延命した場合		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直達電源 を延命した場合		
非常時手順書 II (除酸ペー ス) [PCV/E力 制御]等 AM設備別操 作手順書 (3/15)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	8	8	①	抽出パラメータを計測する計器	8	8	8	8	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			ドライウエル圧力	1	1	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	①	抽出パラメータを計測する計器	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	直後				区分1直流電源 を起動した場合	区分1直流電源 を起動した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MOCによるPCVスプレッド] 操作 ① / ②	原子炉格納容器内の圧力	①	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	2	ドライウエル蒸気温度	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度 監視により代替監視可能		
			1	1	1	【格納容器内圧力(D/W)】	2	2	2	2	監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	
			1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	
原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバハブ	3	3	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェ ンバハブ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	
			1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	直後				区分1直流電源 を起動した場合	区分1直流電源 を起動した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MOCによるPCVスプレッド] 操作 ① / ②	原子炉格納容器内の圧力	①	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	2	ドライウエル蒸気温度	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度 監視により代替監視可能		
			1	1	1	【格納容器内圧力(D/W)】	2	2	2	2	監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	
			1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	
原子炉格納容器内の温度	①	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバハブ	3	3	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェ ンバハブ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	
			1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、でき、監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	直後				区分1直流電源 を起動した場合	区分1直流電源 を起動した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [MOCによるPCVスプレッド] 操作 ① / ②	原子炉格納容器内の温度	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバハブ温度 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバハブ温度 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	2	サブプレッション・チェンバハブ圧力 (SA)	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバハブ圧力 (SA) により代替監視可能		
			7	7	7	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること が、でき、監視可能		
			7	7	7	ドライウエル温度 (SA)	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル温度 (SA) により代替監視可能	
原子炉格納容器内の水位	①	1	1	1	1	代替注本流量 (常設)	1	1	1	代替注本流量 (常設)、低圧原子炉代替注本流量、低 圧原子炉代替注本流量 (低圧原子炉)、格納容器代替 注本流量 (低圧原子炉) のうち、監視可能である項目 および注本流量である低圧原子炉代替注本流量により代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			2	2	2	低圧原子炉代替注本流量 (低圧原子炉)	2	2	2	2		
			2	2	2	ベグスタル代替注本流量 (低圧原子炉)	2	2	2	2		

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO 影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後			計器数	直後			負荷切り離し後
事故時運転操作手順書 (シニアアシスタント) [RPV 制御] [PCV 制御] AM 設備操作手順書 [MRC による PCV ストップ] [レイ]	原子炉格納容器への注水	サプレッション・チェンバール水位	1	1	①	①	1	1	1	復水補給水流量 (RR B 系) サプレッション・チェンバール水位	1	1	復水補給水流量 (RR B 系) 系により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認	
			1	1	①	①	1	1	1	復水補給水流量 (RR B 系) 系により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	1	1	復水補給水流量 (RR B 系) 系により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認		
操作 (2 / 2)	機械監視機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	3	3	①	①	3	3	3	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	1	1	復水移送ポンプ吐出圧力により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
			3	3	①	①	3	3	3	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧力	1	1	復水移送ポンプ吐出圧力により代替監視可能		
水漏れの確保	水漏れの確保	[復水貯蔵タンク]水位 [復水貯蔵タンク]水位	1	0	①	①	1	0	1	原子炉水位 (広帯域)	3	3	1	復水貯蔵タンク水位により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	①	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	復水貯蔵タンク水位により代替監視可能	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO 影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後			計器数	直後		
非常時手順書 II (微減ベース) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書	水漏れの確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	③	2	0	2	原子炉水位 (広帯域)	3	3	3	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO 影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	直後			直後	負荷切り離し後			計器数	直後		
異常時運転操作手順書 II (微減ベース) 「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書	水漏れの確保	水漏れの確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	③	2	0	2	原子炉水位 (広帯域)	3	3	3	1
				2	0	③	③	2	0	2	0	2	0	2	0
操作 (1 / 2)	機械監視機能	原子炉格納容器への注水	サプレッション・チェンバール水位	1	1	①	①	1	1	1	復水補給水流量 (RR B 系) サプレッション・チェンバール水位	1	1	1	復水補給水流量 (RR B 系) 系により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
				1	1	①	①	1	1	1	1	1	1	1	1

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 区分I 直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	SBO影響 区分I 直流電源 を喪失した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (BPP 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消火ポンプによる PCV スプレー)	M/C C 電圧 M/C D 電圧 PCV C-I 電圧 PCV D-I 電圧 直流 1.25V 主母線盤 A 電圧 直流 1.25V 主母線盤 B 電圧	電源	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を 確認するパラメータ	③	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③		1	1	1		
制御基準 2 / 2	水源の漏 れ	③	1	0	①	「緊急時対策本部」に確認 するパラメータ	①	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①		1	1	1		

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 区分I 直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	SBO影響 区分I 直流電源 を喪失した場合	
非常時手順書 II (微振ベ ス) 「PCV 圧力 制御」等 AME 設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位 操作 2 / 2	③	1	1	①	「緊急時対策本部」に確認 するパラメータ	①	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	③		1	1	1		
熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	③	1	0	③	補機監視 機能を確認する パラメータ	③	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	③		1	1	1		
熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	③	2	0	③	補機監視 機能を確認する パラメータ	③	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	③		1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SBO影響 区分I 直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	SBO影響 区分I 直流電源 を喪失した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (BPP 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消火ポンプによる PCV スプレー)	原子炉格納 容器内の 水位 操作 2 / 2	③	1	1	①	「緊急時対策本部」に確認 するパラメータ	①	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	③		1	1	1		
熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	③	1	1	③	補機監視 機能を確認する パラメータ	③	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	③		1	1	1		
熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	熱源除去系系流 量 補機監視 機能 水源の漏 れ	③	2	0	③	補機監視 機能を確認する パラメータ	③	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	③		1	1	1		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				監視事項等	SBO		
		計器名称	計器数	分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器名称	計器数	分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
事故時運転操作手順書 (シリアリアクション) [FV制御] [CV制御] [M型制御]運転手順書 (運転停止)による RCSスプレッド	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	①	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	1
		原子炉格納容器内の圧力	1	①	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W) 温度	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能		
		原子炉格納容器内の圧力	1	①	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能		
		原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内圧力(S/C) 温度	2	2	2	2	直線的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること でも、監視可能		
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内注水量(熱交換器 B 系) 注水温度	1	①	1	①	原子炉格納容器内注水量(S/C) 温度	3	3	3	3	直線的に原子炉格納容器内の注水量を計測すること でも、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	1
		原子炉格納容器内注水量(熱交換器 B 系) 注水温度	1	①	1	①	原子炉格納容器内注水量(S/C) 温度	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の注水量を計測すること でも、監視可能		
		原子炉格納容器内注水量(熱交換器 B 系) 注水温度	1	①	1	①	原子炉格納容器内注水量(S/C) 温度	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の注水量を計測すること でも、監視可能		
		原子炉格納容器内注水量(熱交換器 B 系) 注水温度	1	①	1	①	原子炉格納容器内注水量(S/C) 温度	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内の注水量を計測すること でも、監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				監視事項等	SBO	
			計器名称	計器数	分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器名称	計器数	分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
I.6.2.1. 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライン系故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレッド b. 代替格納容器スプレッド冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内へのスプレッド(淡水/海水)	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉水位 (S/A 広領域)	1	1	1	原子炉水位 (S/A 広領域)	1	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	1
			原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
II. (散飯ペー ス) TPCV圧力 制御等 AMI設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉水位 (広領域)	2	2	①	原子炉水位 (広領域)	2	2	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	1
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				監視事項等	SBO	
		計器名称	計器数	分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器名称	計器数	分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	原子炉水位 (S/A 広領域)	1	1	1	原子炉水位 (S/A 広領域)	1	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	1
		原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	原子炉水位 (広領域)	2	2	①	原子炉水位 (広領域)	2	2	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	1
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns for countermeasures, project items, and monitoring equipment. It details various parameters like temperature, pressure, and flow rates for monitoring during emergency procedures.

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017.12.20版)

東海第二発電所 (2018.9.18版)

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns for countermeasures, project items, and monitoring equipment. It details various parameters like temperature, pressure, and flow rates for monitoring during emergency procedures.

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns for countermeasures, project items, and monitoring equipment. It details various parameters like temperature, pressure, and flow rates for monitoring during emergency procedures.

島根原子力発電所 2号炉

備考

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO			
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデンスト) 「RVC制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「前防扉による送水 プレイ」 多様なハザード対応手 順 「前防扉による送水 (格納容器スプレイ)」	電源	M/C C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	計器数	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ	直後	1	1	1	1		計器故障等	
	電源	P/C C-I電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	計器数	1	1	1	1	計器故障等		
		P/C D-I電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ	直後	1	1	1	1	1		計器故障等
	電源	直流125V主母線電圧A電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	計器数	1	1	1	1	計器故障等		
		直流125V主母線電圧B電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	直後	1	1	1	1	1		計器故障等
	水源の確保	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	0	0	①	高圧代替注水系統流量 (HRA A系代 替注水流量) 復水貯蔵槽水位(国庫 B系代 替注水流量) 原子炉冷却時冷却系統流量 高圧炉心注水系統流量 復水補給水流量(格納容器下 部注水流量) 原子炉水位(圧縮機) 原子炉水位(材料架) 原子炉水位(SA)	計器数	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①		直後	1	1	1	1	1	1	
		炉水槽	1	1	③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ	計器数	3	3	3	3	計器故障等		
		復水貯水池	1	1	③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ	計器数	3	3	3	3	計器故障等		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響				
非常時手順書 (II) (事故ベ ンチ) [P/CV圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書 (3/2)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッジョン・チェンバ の圧力	計器数	8	8	8	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・チェンバ の圧力	1	1	①		直後	1	1	1	1		1
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル温度	8	8	①	サブプレッジョン・チェンバ の温度	計器数	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッジョン・チェンバ の温度	2	2	①		直後	2	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響			
異常時手順書 (II) (事故ベ ンチ) [P/CV圧 力制御]等 AM設備別操 作手順書 (1/2)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッジョン・チェンバ の圧力	①	計器数	8	8	8	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバ の圧力	1	1	①			直後	1	1	1		
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル温度	8	8	①	サブプレッジョン・チェンバ の温度	①	計器数	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバ の温度	2	2	①			直後	2	2	2		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後					
本機時運転中手続書 〔シビアアクシデント〕 〔BVI 制御〕 〔PCV 制御〕 AM 設備別操作手順書 〔前号車による送水 プレイ〕 多様なハザード対応手 続 〔前号車による送水 (格納容器スプレイ)〕	原子炉格納容器内の温度 の監視 の圧力	格納容器内圧力(S/O)	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。	監視事項は主要な アラームにて確認	
			2	2	②	-	サブプレッション・チェンバ ール温度	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			2	2	②	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
異常時手順書 II (機検-ベ 「PCV 圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書 調査手 続 (4 / 5)	原子炉格納容器内の 水位 の監視	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。	監視事項は主要な アラームにて確認	
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
異常時操作手順書 (シビア アクシデント) 〔機検-1〕 〔機検-2〕 AM設備別操作手順書 〔CWVによる格納容器ス プレイ〕	原子炉格納容 器内の水位 の監視	サブプレッション・プ ール水	1	1	-	-	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。	監視事項は主要な アラームにて確認	
			1	1	-	-	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。
			1	1	-	-	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	1		直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				直後	SBO影響 区分I直流電源 を喪失した場合			直後	SBO影響 区分I直流電源 を喪失した場合			
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RBY 制御] [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 [BRK(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格納容器内の放射線レベル(0/W) 格納容器内空間気放射線レベル(S/C)	①	原子炉圧力	2	0	0	【エリア放射線モニタ】	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
		②	原子炉圧力	2	1	1	【エリア放射線モニタ】 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(標準域) 原子炉水位(SA)	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RBY 制御] [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 [BRK(B)によるPCVス プレイ]	原子炉圧力容器内の圧力の温度	①	原子炉圧力	2	2	2	【原子炉圧力】 【原子炉圧力(広帯域)】 【原子炉圧力(標準域)】 【原子炉圧力(SA)】	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		②	原子炉圧力	2	1	1	【原子炉圧力】 【原子炉圧力(広帯域)】 【原子炉圧力(標準域)】 【原子炉圧力(SA)】	3	3	1	1	1
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RBY 制御] [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 [BRK(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力(0/W)	1	1	1	【原子炉格納容器内の圧力(S/C)】 【原子炉格納容器内の圧力(0/W)】 【原子炉格納容器内の圧力(SA)】	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力から、ドライウェル蒸気温度により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		②	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	【原子炉格納容器内の圧力(S/C)】 【原子炉格納容器内の圧力(0/W)】 【原子炉格納容器内の圧力(SA)】	2	2	2	2	2
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RBY 制御] [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 [BRK(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力(0/W)	1	1	1	【原子炉格納容器内の圧力(S/C)】 【原子炉格納容器内の圧力(0/W)】 【原子炉格納容器内の圧力(SA)】	2	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力から、ドライウェル蒸気温度により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		②	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	【原子炉格納容器内の圧力(S/C)】 【原子炉格納容器内の圧力(0/W)】 【原子炉格納容器内の圧力(SA)】	2	2	2	2	2

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器故障等	SBO		
		計器数	負荷切り履し後				計器数	負荷切り履し後						
非常時手順書 II (事故-ベ [PCV 圧力 制御] 等 AM設備別操 作手順書 操作 (2) (3))	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流、 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量及び低圧代替注水系格納容 器下部注水流の注水量より、サブ プレッション・ブール水位の代替監 視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		②	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1	1	1	1	1	1	1
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a. 種別 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RBY 制御] [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 [BRK(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流、 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量及び低圧代替注水系格納容 器下部注水流の注水量より、サブ プレッション・ブール水位の代替監 視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		②	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1	1	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
		計器数	負荷切り履し後				計器数	負荷切り履し後					
非常時手順書 II (事故-ベ [PCV 圧力 制御] 等 AM設備別操 作手順書 操作 (2) (3))	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流、 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量及び低圧代替注水系格納容 器下部注水流の注水量より、サブ プレッション・ブール水位の代替監 視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		②	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	ハバメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO			
			計器数	直後			区分Ⅰ直電電源 を延命した場合	区分Ⅱ直電電源 を延命した場合	計器数	直後					
事故時運転操作手順書 [PC 制御] [PC 制御] AM 設備別操作手順書 [BIB]によるPC/S [ブレ]	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。ドライウェル蒸留気 相内圧力/圧力の関係から、ドライウェル蒸留気 相内圧力/圧力/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認			
		格納容器内圧力(D/W)	2	2	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認				
		サブプレッジョン・チェンバハ の圧力	1	1	①	①	-	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェ ンバハの圧力/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェ ンバハの圧力/圧力/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
		ドライウェル蒸留気相内圧力(D/W)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができません。ドライウェル蒸留気相内 圧力/圧力/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	残留熱除去系蒸気流風(B系) の水位	1	0	①	①	1	0	1	0	1	1	根本的に水位監視不能。B系代 替注水水位(SA)燃料棒 冷却水の水位監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (B系のみ)	1	0	①	①	-	1	0	1	0	1	1	根本的に水位監視不能。B系代 替注水水位(SA)燃料棒 冷却水の水位監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	1	1	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェ ンバハの水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	計器故障等		SBO			
		計器数	直後			区分Ⅰ直電電源 を延命した場合	区分Ⅱ直電電源 を延命した場合			計器数	直後		負荷切り離し後		
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (a) サポート系故障時の対応手順 (b) 残留熱除去系電源復旧後の原子炉格納容器内へのスプレ イ 非常時運転手 順書II (燃料 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(S/O)	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(S/O)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(S/O)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	計器故障等		SBO			
		計器数	直後			区分Ⅰ直電電源 を延命した場合	区分Ⅱ直電電源 を延命した場合			計器数	直後		負荷切り離し後		
1.6.2.1 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (a) サポート系故障時の対応手順 (b) 残留熱除去系電源復旧後の原子炉格納容器内へのスプレ イ 非常時運転手 順書II (燃料 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(S/O)	2	2	①	①	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(S/O)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(S/O)	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。原子炉格納容器内圧力(S/O)の常 用計による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の水位	2	2	①	①	-	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること ができません。サブプレッジョン・チェンバハの 水位/水位/蒸留気相内圧力(D/W) (常用計) による代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目分類, 対処手段, 計器名称, 計器数, パラメータ分類, 補助パラメータ分類, SBO影響, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目分類, 対処手段, 計器名称, 計器数, パラメータ分類, 補助パラメータ分類, SBO影響, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目分類, 対処手段, 計器名称, 計器数, パラメータ分類, 補助パラメータ分類, SBO影響, 抽出パラメータを計測する計器, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 評価

・設備の相違 【柏崎6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器名称	計器故障等	評価
		計器数	直後	30分後	30分後	計器数	直後	30分後	30分後			
1.6.3 重大事故等対応手順 (設計基準状態) による対応手順 監視事項(監視項目)等 (P/V圧力制御)等	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)の異常は、格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。 格納容器内圧力の異常は、ドライウェル蒸気発生 温度により代替監視可能。 格納容器内圧力の異常は、格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。 格納容器内圧力の異常は、ドライウェル蒸気発生 温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	格納容器内圧力(D/W) (常時計 測)により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(C/W)	格納容器内圧力(C/W) (常時計 測)により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)の異常は、格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。 格納容器内圧力の異常は、ドライウェル蒸気発生 温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッシャ・チェンバ の温度	サブプレッシャ・チェンバの温 度は、サブプレッシャ・チェンバの 温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)の異常は、格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。 格納容器内圧力の異常は、ドライウェル蒸気発生 温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッシャ・チェンバハ の温度	サブプレッシャ・チェンバハの温 度は、サブプレッシャ・チェンバハ の温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)の異常は、格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。 格納容器内圧力の異常は、ドライウェル蒸気発生 温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)の異常は、格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。 格納容器内圧力の異常は、ドライウェル蒸気発生 温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)の異常は、格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能。 格納容器内圧力の異常は、ドライウェル蒸気発生 温度により代替監視可能。	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器名称	計器故障等	評価
		計器数	直後	30分後	30分後	計器数	直後	30分後	30分後			
非常時運転手 手順II (微候 ベース) / P/CV圧力 制御等 AM設備別操 作手順書	電源	1	1	1	1	1	1	1	1	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧の異常は、M/C 2C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	P/C 2C電圧	P/C 2C電圧の異常は、P/C 2C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	M/C 2D電圧	M/C 2D電圧の異常は、M/C 2D電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	P/C 2D電圧	P/C 2D電圧の異常は、P/C 2D電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧の異常は、緊急用M/C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧の異常は、緊急用P/C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	直流125V主母線盤2 A電圧	直流125V主母線盤2A電圧の異常は、直流125V主母線盤2A電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	直流125V主母線盤2 B電圧	直流125V主母線盤2B電圧の異常は、直流125V主母線盤2B電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母線電圧の異常は、緊急用直流125V主母線電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	補助パラメータ	補助パラメータの異常は、補助パラメータの 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器名称	計器故障等	評価
		計器数	直後	30分後	30分後	計器数	直後	30分後	30分後			
事故時運転手 手順II (微候 ベース) / P/CV圧力 制御等 AM設備別操 作手順書	電源	1	1	1	1	1	1	1	1	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧の異常は、M/C 2C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	P/C 2C電圧	P/C 2C電圧の異常は、P/C 2C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	M/C 2D電圧	M/C 2D電圧の異常は、M/C 2D電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	P/C 2D電圧	P/C 2D電圧の異常は、P/C 2D電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧の異常は、緊急用M/C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧の異常は、緊急用P/C電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	直流125V主母線盤2 A電圧	直流125V主母線盤2A電圧の異常は、直流125V主母線盤2A電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	直流125V主母線盤2 B電圧	直流125V主母線盤2B電圧の異常は、直流125V主母線盤2B電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母線電圧の異常は、緊急用直流125V主母線電圧の 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	1	1	1	1	1	補助パラメータ	補助パラメータの異常は、補助パラメータの 受電状態を確認 するパラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 緊急時運転手順書 (操検ベ-3) [PCI圧力制御]等	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)の異常は、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]により代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 格納容器内圧力(D/W)の異常は、サブプレッション・チェンバール温度により代替監視可能 [格納容器内圧力(D/W)]により代替監視可能
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール温度により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール温度	1	1	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール温度により代替監視可能
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	格納容器内注水量(BC系)	2	2	①	1	1	格納容器内注水量(BC系)の異常は、格納容器内注水量(BC系)の異常により代替監視可能 注水量(BC系)の異常は、注水量(BC系)の異常により代替監視可能
		注水量(BC系)	2	2	①	1	1	格納容器内注水量(BC系)の異常は、格納容器内注水量(BC系)の異常により代替監視可能 注水量(BC系)の異常は、注水量(BC系)の異常により代替監視可能
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール水位	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 非緊急時運転手順書 II (操検ベ-3) [PCV/E力制御]等 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル蒸気温度	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 [ドライウエル蒸気温度]により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール蒸気温度	1	1	①	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール蒸気温度により代替監視可能 [サブプレッション・チェンバール蒸気温度]により代替監視可能
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール蒸気温度により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール蒸気温度	2	2	①	3	3	格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール蒸気温度により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 1.6.2.2 原子炉格納容器の監視を円滑にするための対応手順 (操検ベ-3) (a) 格納容器内圧力(D/W)の監視 (b) ドライウエル蒸気温度の監視 緊急時運転手順書 II (操検ベ-3) [PCV/E力制御]等 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書 THVDによる格納容器内の注水量の監視	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 [ドライウエル蒸気温度]により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール蒸気温度	1	1	①	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール蒸気温度により代替監視可能 [サブプレッション・チェンバール蒸気温度]により代替監視可能
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール蒸気温度により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール蒸気温度	2	2	①	3	3	格納容器内圧力(D/W)の異常は、格納容器内圧力(D/W)の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール蒸気温度により代替監視可能
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	格納容器内注水量(BC系)	2	2	①	1	1	格納容器内注水量(BC系)の異常は、格納容器内注水量(BC系)の異常により代替監視可能 注水量(BC系)の異常は、注水量(BC系)の異常により代替監視可能
		注水量(BC系)	2	2	①	1	1	格納容器内注水量(BC系)の異常は、格納容器内注水量(BC系)の異常により代替監視可能 注水量(BC系)の異常は、注水量(BC系)の異常により代替監視可能
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバール水位	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能 サブプレッション・チェンバール水位の異常は、サブプレッション・チェンバール水位の異常により代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
			計器数	計器名称	計器数	計器名称				
1.6.3 重大事故等(炉内過熱)発生時(炉内過熱)による対応手順 事故時運転操作手順書(燃料ベース)等 (S/A 運転要領) 等	原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項	①	2	2	2	2	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)又は格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視		
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			3	3	3	3	3	3	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			3	3	3	3	3	3	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視
			1	1	1	1	1	1	①	炉内温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(ISA)の上昇により代替監視アラームが作動した場合、格納容器内圧力(ISA)の監視により代替監視アラームにて監視

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	計器名称	計器数	計器名称		
非常時運転手順書 II (燃料ベース)「PCV 圧力制御」等 AM 設備別操作手順書	原子炉格納容器への注水量 補給監視 出圧力	②	2	0	0	0	②	原子炉格納容器への注水量の監視により代替監視アラームにて監視
			2	0	0	0	②	原子炉格納容器への注水量の監視により代替監視アラームにて監視
②	水源の確保	②	1	1	1	1	②	高圧代替注水系統流量の監視により代替監視アラームにて監視
			2	2	2	2	②	高圧代替注水系統流量の監視により代替監視アラームにて監視

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	計器名称	計器数	計器名称		
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「燃料ベース」(燃料ベース)等 AM 設備別操作手順書(燃料ベース)等 AM 設備別操作手順書(燃料ベース)等	原子炉格納容器内の冷却等のための監視事項	①	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			7	7	7	7	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			7	7	7	7	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能
			2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の冷却水の温度/圧力の関係から、原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータ	計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			計器数	計器名称等	SBO
					事後	負荷切り戻し後	分組理由			事後	負荷切り戻し後	分組理由			
1.2.2. 原子炉格納容器の液面を低下させるための対応手順 (「防熱-1」) 1.2.2.1. 原子炉格納容器内の液面を低下させるための対応手順 (「防熱-2」) (a) 核種除去系電源復旧後の格納容器内へのスプレイ 作動時操作要領書(シビア AM)参照要領書 (「KH14による格納容器 液」)	原子炉格納容器内の液面監視	格納容器型即風放射線モニタ(下ライフェル)	2	2	1	①	—	18	0	0	エア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
	原子炉格納容器内の温度監視	格納容器型即風放射線モニタ(プレシジョン・フェンシブ)	2	2	1	①	—	18	0	0	エア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
1.2.2.2. 原子炉格納容器内の温度を低下させるための対応手順 (「防熱-4」) (a) 核種除去系電源復旧後の格納容器内へのスプレイ 作動時操作要領書(シビア AM)参照要領書 (「KH14による格納容器 液」)	原子炉格納容器内の温度監視	原子炉圧力容器格納容器内の温度	2	2	2	②	—	2	2	1	原子炉本位から原子炉圧力容器内の格納容器にあると想定し、原子炉本位/圧力の情報から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
	原子炉格納容器内の温度監視	原子炉圧力容器格納容器内の温度	2	2	2	②	—	2	2	1	原子炉本位から原子炉圧力容器内の格納容器にあると想定し、原子炉本位/圧力の情報から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
	原子炉格納容器内の温度監視	原子炉圧力容器格納容器内の温度	2	2	2	②	—	2	2	1	原子炉本位から原子炉圧力容器内の格納容器にあると想定し、原子炉本位/圧力の情報から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			
	原子炉格納容器内の温度監視	原子炉圧力容器格納容器内の温度	2	2	2	②	—	2	2	1	原子炉本位から原子炉圧力容器内の格納容器にあると想定し、原子炉本位/圧力の情報から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <p>・設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
--	--------------------------------	---------------------	---

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対比手続 事故時操作要領書(シビエ アクトプラン) [図表-2] ANP(冷却時要領書 [図表-2])による格納容器冷却 機]	分類	計器名称	抽出パラメータを監視する計器			パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器分類等	SBO
				計器数	直機	負荷切り継し機				計器数	直機	負荷切り継し機		
	原子炉格納容器内の圧力		ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	①		サブプレシジョン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			ドライウエル温度 (SA)	2	2	2	①		ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	間接的に原子炉格納容器内の圧力と温度との関係から、ドライウエル温度 (SA) 又はサブプレシジョン・チェンバ圧力 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度		ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	①		サブプレシジョン・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	
			サブプレシジョン・チェンバ温度 (SA)	2	2	2	①		サブプレシジョン・チェンバ温度 (SA)	2	2	2	間接的に原子炉格納容器内の温度と温度との関係から、サブプレシジョン・チェンバ圧力 (SA) 又はサブプレシジョン・チェンバ温度 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等		計器位置	計器種類	監視項目		計器の仕様	
			異常検出	異常発生			異常検出	異常発生		
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 監視項目 (1) 原子炉格納容器内の冷却水の温度 (2) 原子炉格納容器内の冷却水の流量 (3) 原子炉格納容器内の冷却水の圧力 (4) 原子炉格納容器内の冷却水の水位 (5) 原子炉格納容器内の冷却水のpH (6) 原子炉格納容器内の冷却水の電気伝導率 (7) 原子炉格納容器内の冷却水の硬度 (8) 原子炉格納容器内の冷却水の溶解酸素濃度 (9) 原子炉格納容器内の冷却水の放射線量 (10) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度 (11) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度 (12) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度 (13) 原子炉格納容器内の冷却水の放射性物質濃度										

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	区分	計器名称	抽出バロメータを計器とする計器			抽出バロメータの代替バロメータを計器とする計器			計器
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	
対応手段 緊急時操作要領書 (シビア アクシデント) (1) 節 2-1) AM 設備取組書 (1) 章 1 節 1.1 による格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (1) 節 2-1) AM 設備取組書 (1) 章 1 節 1.1 による格納容器除 熱)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (1) 節 2-1)	2	0	0	—	—	—	300
		原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (1) 節 2-1)	2	0	0	—	—	—	—
		C-メタスタ同軸電圧	1	1	1	—	—	—	—
		D-メタスタ同軸電圧	1	1	1	—	—	—	—
		C-ロードセンタ同軸電圧	1	1	1	—	—	—	—
		D-ロードセンタ同軸電圧	1	1	1	—	—	—	—
		サブプレッシャ・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—
		サブプレッシャ・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—
		サブプレッシャ・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—
		サブプレッシャ・チャンネル圧力 (SA)	2	2	2	—	—	—	—

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器設備等	SDI	
				計器数	直後	負荷印加後			計器数	直後	負荷印加後			
対応手段 事故時操作要領書(シビア 「除熱-1」 「除熱-2」 ANM段階別要領書 「R1」目録による格納容器除 熱)	原子炉格納容 器内の温度	トライウム温度 (SA)	7	7	7	①	トライウム圧力 (SA)	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて確認	
		サプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	①	サプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて確認
操 作 (2 / 3)	原子炉格納容 器への注水量 (A系、B系のみ)	格納容器出口流量 (A系、B系のみ)	2	0	0	①	原子炉格納容器出口流量 (A系、B系のみ)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて確認
		格納容器出口圧力 (A系、B系のみ)	2	2	2	①	原子炉格納容器出口圧力 (A系、B系のみ)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラ メータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	格納容器内の冷却等のための手順等		格納容器内の冷却等のための手順等		計器種類等	評価	
			計器数	格納容器内の冷却等のための手順等	計器数	格納容器内の冷却等のための手順等			
対応子機 監視対象機器 (シビアアクシデント) (設備-1) (設備-2) ANI設置型監視装置 (設備-3) ANI設置型監視装置 (設備-4)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (設備-1)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (設備-1)	計器数	格納容器内の冷却等のための手順等	計器数	格納容器内の冷却等のための手順等	計器種類等	評価	
			事後	事後	事後	事後	事後	事後	事後
			負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			事後	事後	事後	事後	事後	事後	事後
			負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			事後	事後	事後	事後	事後	事後	事後
			負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等
			事後	事後	事後	事後	事後	事後	事後
			負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後	負荷切り直し後
			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(復旧 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	副 置 機 2 / 2	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	SBO	
		緊急用海水系流量 最終ヒータシンク の確保	1	1	1	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	1	1	1	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	-
		サブプレッション・ブ ール水位	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	サブプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッション・ブ ール水位の代替監視可能
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	サブプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッション・ブ ール水位の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系ポンプ吐出圧 出圧力	3	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(復旧 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	副 置 機 2 / 2	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	SBO	
		緊急用海水系流量 最終ヒータシンク の確保	1	1	1	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	1	1	1	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等	-
		サブプレッション・ブ ール水位	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	サブプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッション・ブ ール水位の代替監視可能
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	サブプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッション・ブ ール水位の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系ポンプ吐出圧 出圧力	3	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	分類	計器名称	計器数	負荷切り離し後 SBO影響	分類	計器名称	計器数	負荷切り離し後 SBO影響	
異常時運転監視書(シビアアクシデント)対策(1)「S/P温度制御」等 AMR協働的動作監視(RIKによる格納容器冷却)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバースの温度	2	2	サブプレッション・チェンバースの温度変化によりサブプレッション・プール水温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	①	原子炉格納容器入口温度	4	4	除熱水の温度変化により代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	①	原子炉格納容器出口温度	3	3	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	①	原子炉格納容器入口温度	2	0	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	①	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	①	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	①	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	①	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	①	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	①	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	分類	計器名称	計器数	負荷切り離し後 SBO影響	分類	計器名称	計器数	負荷切り離し後 SBO影響	
異常時運転監視書(シビアアクシデント)対策(2)「AMR協働的動作監視(RIKによる格納容器冷却)」	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	③	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	③	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	③	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	③	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	③	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	③	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	③	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	③	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器出口温度	2	0	③	原子炉格納容器出口温度	1	1	原子炉格納容器出口温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器入口温度	2	0	③	原子炉格納容器入口温度	1	1	原子炉格納容器入口温度の代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目 分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ ブ)ア アラ クシ デ ン ト 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	①	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力又はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	サブプレッション・ブール水温 度	3	3	3	3	サブプレッション・ブール水温度の温 度変化によりサブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度の代替監視可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	監視可能
電源	電源	緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	監視可能	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	監視可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目 分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 事故時操作手順書(シビア アクシデント) 「除熱-1」 「除熱-2」 AM設備別操作手順書 RHRによる格納容器除 熱	原子炉格納容 器内の水位 操作 2 / 2	原子炉格納容 器内の水位	1	1	①	代替注水流量(常設) 原子炉格納容器水位 計測用	1	1	1	1	監視事項は注水パ ラメータにて確 認
		サブプレッション・ブール水 位(SA)	1	1	①	格納容器代替レベル流量 ベドスタル代替注水流量 (吹掃風用)	2	2	2	2	2

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	詳細名称	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			計測	監視	監視手段
				300系監視項目	300系監視項目	300系監視項目	300系監視項目	300系監視項目				
ベース (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5) (1) / (2) / (3) / (4) / (5)	原子炉格納容器内の冷却水温度 (冷却水温度)	温度	原子炉格納容器内の冷却水温度 (冷却水温度)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水流量 (冷却水流量)	流量	原子炉格納容器内の冷却水流量 (冷却水流量)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水圧力 (冷却水圧力)	圧力	原子炉格納容器内の冷却水圧力 (冷却水圧力)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水水位 (冷却水水位)	水位	原子炉格納容器内の冷却水水位 (冷却水水位)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水pH (冷却水pH)	pH	原子炉格納容器内の冷却水pH (冷却水pH)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水電導率 (冷却水電導率)	電導率	原子炉格納容器内の冷却水電導率 (冷却水電導率)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水硬度 (冷却水硬度)	硬度	原子炉格納容器内の冷却水硬度 (冷却水硬度)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	溶解酸素	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	溶解酸素	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	溶解酸素	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	溶解酸素	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	溶解酸素	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ
	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	溶解酸素	原子炉格納容器内の冷却水溶解酸素 (冷却水溶解酸素)	計測	監視	計測	監視	計測	監視	計測	監視	監視カメラ

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7 号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p>																																																																																																																																																																																																																																											
<p style="text-align: center;">1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</p> <p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">監視システムAの監視項目</th> <th colspan="3">監視システムBの監視項目</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">監視システムCの監視項目</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">監視項目</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>設置</th> <th>検出器</th> <th>計器数</th> <th>設置</th> <th>検出器</th> <th>計器数</th> <th>設置</th> <th>検出器</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="15"> 対応手段 監視項目監視装置 (監視システムA) (1) 監視項目 (監視項目) (2) 監視項目 (監視項目) (3) 監視項目 (監視項目) (4) 監視項目 (監視項目) (5) 監視項目 (監視項目) (6) 監視項目 (監視項目) (7) 監視項目 (監視項目) (8) 監視項目 (監視項目) (9) 監視項目 (監視項目) (10) 監視項目 (監視項目) (11) 監視項目 (監視項目) (12) 監視項目 (監視項目) (13) 監視項目 (監視項目) (14) 監視項目 (監視項目) (15) 監視項目 (監視項目) </td> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> <tr> <td>監視項目</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>監視項目 (S/A)</td> </tr> </tbody> </table>				項目	分類	計器名称	監視システムAの監視項目			監視システムBの監視項目			計器名称	監視システムCの監視項目			計器名称	監視項目	計器数	設置	検出器	計器数	設置	検出器	計器数	設置	検出器	対応手段 監視項目監視装置 (監視システムA) (1) 監視項目 (監視項目) (2) 監視項目 (監視項目) (3) 監視項目 (監視項目) (4) 監視項目 (監視項目) (5) 監視項目 (監視項目) (6) 監視項目 (監視項目) (7) 監視項目 (監視項目) (8) 監視項目 (監視項目) (9) 監視項目 (監視項目) (10) 監視項目 (監視項目) (11) 監視項目 (監視項目) (12) 監視項目 (監視項目) (13) 監視項目 (監視項目) (14) 監視項目 (監視項目) (15) 監視項目 (監視項目)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)
項目	分類	計器名称	監視システムAの監視項目				監視システムBの監視項目			計器名称	監視システムCの監視項目			計器名称	監視項目																																																																																																																																																																																																																															
			計器数	設置	検出器	計器数	設置	検出器	計器数		設置	検出器																																																																																																																																																																																																																																		
対応手段 監視項目監視装置 (監視システムA) (1) 監視項目 (監視項目) (2) 監視項目 (監視項目) (3) 監視項目 (監視項目) (4) 監視項目 (監視項目) (5) 監視項目 (監視項目) (6) 監視項目 (監視項目) (7) 監視項目 (監視項目) (8) 監視項目 (監視項目) (9) 監視項目 (監視項目) (10) 監視項目 (監視項目) (11) 監視項目 (監視項目) (12) 監視項目 (監視項目) (13) 監視項目 (監視項目) (14) 監視項目 (監視項目) (15) 監視項目 (監視項目)	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
	監視項目	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	1	1	監視項目 (S/A)	1	1	1	1	監視項目 (S/A)																																																																																																																																																																																																																																
<p>・設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>																																																																																																																																																																																																																																														

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																															
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th colspan="3">抽出コウメータを計測する計器</th> <th colspan="3">抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器</th> <th colspan="3">抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器</th> <th colspan="3">抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器</th> </tr> <tr> <th>分類</th> <th>計器名称</th> <th>計器数</th> <th>直読</th> <th>異常切り離し機</th> <th>パラメータ分類</th> <th>抽出コウメータ分類理由</th> <th>計器名称</th> <th>計器数</th> <th>直読</th> <th>異常切り離し機</th> <th>計器数</th> <th>直読</th> <th>異常切り離し機</th> <th>評価</th> <th>注</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2"> 対応手段 事故時操作要領書(循環) 「D/A温度監視」 「S/C水圧監視」 「PCV水素濃度監視」 事故時操作要領書(シビア) 「除熱-1」 「除熱-2」 </td> <td rowspan="2"> 原子炉格納容器内の圧力 </td> <td>ドライウエル圧力(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>①</td> <td>—</td> <td>サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能</td> <td>監視事項は主要パラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td>ドライウエル圧力(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>①</td> <td>—</td> <td>ドライウエル温度(SA)</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>間接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能</td> <td>監視事項は主要パラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td rowspan="2"> 異常 警報 (3/5) </td> <td rowspan="2"> 原子炉格納容器内の温度 </td> <td>サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>—</td> <td>ドライウエル圧力(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能</td> <td>監視事項は主要パラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td>ドライウエル温度(SA)</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>①</td> <td>—</td> <td>サブプレッション・チェンバ 温度(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>間接的に原子炉格納容器内の温度を計測することによって、監視可能</td> <td>監視事項は主要パラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td>サブプレッション・チェンバ 温度(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>—</td> <td>サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することによって、監視可能</td> <td>監視事項は主要パラメータにて確認</td> </tr> </tbody> </table>	項目	抽出コウメータを計測する計器			抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器			抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器			抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器			分類	計器名称	計器数	直読	異常切り離し機	パラメータ分類	抽出コウメータ分類理由	計器名称	計器数	直読	異常切り離し機	計器数	直読	異常切り離し機	評価	注	対応手段 事故時操作要領書(循環) 「D/A温度監視」 「S/C水圧監視」 「PCV水素濃度監視」 事故時操作要領書(シビア) 「除熱-1」 「除熱-2」	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	①	—	ドライウエル温度(SA)	7	7	7	7	7	7	間接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	異常 警報 (3/5)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	2	—	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	ドライウエル温度(SA)	7	7	7	7	①	—	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	2	2	2	間接的に原子炉格納容器内の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認			サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	2	2	—	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	抽出コウメータを計測する計器			抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器			抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器			抽出コウメータの代替コウメータを計測する計器																																																																																																								
	分類	計器名称	計器数	直読	異常切り離し機	パラメータ分類	抽出コウメータ分類理由	計器名称	計器数	直読	異常切り離し機	計器数	直読	異常切り離し機	評価	注																																																																																																		
対応手段 事故時操作要領書(循環) 「D/A温度監視」 「S/C水圧監視」 「PCV水素濃度監視」 事故時操作要領書(シビア) 「除熱-1」 「除熱-2」	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認																																																																																																		
		ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	①	—	ドライウエル温度(SA)	7	7	7	7	7	7	間接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認																																																																																																	
異常 警報 (3/5)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	2	—	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認																																																																																																		
		ドライウエル温度(SA)	7	7	7	7	①	—	サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	2	2	2	間接的に原子炉格納容器内の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認																																																																																																		
		サブプレッション・チェンバ 温度(SA)	2	2	2	2	—	サブプレッション・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認																																																																																																		

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	監視項目		計器名称	監視項目		計器名称	監視項目	計器名称	監視項目		計器名称	監視項目
			事後	事後		事後	事後				事後	事後		
監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	監視項目	監視項目	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	監視項目	監視項目	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	監視項目	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	監視項目	監視項目	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																					
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p style="text-align: center;">1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">計器数</th> <th rowspan="2">補償バスターク 分岐</th> <th rowspan="2">補償バスターク 分岐理由</th> <th colspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">計器仕様等</th> <th rowspan="2">SBO</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>社数</th> <th>計器数</th> <th>計器数</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4"> 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (P/CV/V圧力制御) (D/W温度制御) (S/C圧力制御) (P/CV/V圧力制御) (S/C圧力制御) (D/W温度制御) (P/CV/V圧力制御) </td> <td rowspan="4">電圧</td> <td>C-メータクタ圧線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非常用メータクタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-メータクタ圧線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非常用メータクタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>C-ロードセンタ圧線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非常用ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-ロードセンタ圧線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>①</td> <td>非常用ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	計器数		補償バスターク 分岐	補償バスターク 分岐理由	計器名称		計器仕様等	SBO	計器数	社数	計器数	計器数	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (P/CV/V圧力制御) (D/W温度制御) (S/C圧力制御) (P/CV/V圧力制御) (S/C圧力制御) (D/W温度制御) (P/CV/V圧力制御)	電圧	C-メータクタ圧線電圧	1	1	①	非常用メータクタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1	D-メータクタ圧線電圧	1	1	①	非常用メータクタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1	C-ロードセンタ圧線電圧	1	1	①	非常用ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1	D-ロードセンタ圧線電圧	1	1	①	非常用ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎6/7, 東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違</p>
項目	分類	計器名称				計器数				補償バスターク 分岐	補償バスターク 分岐理由			計器名称		計器仕様等	SBO																																							
			計器数	社数	計器数	計器数																																																		
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (P/CV/V圧力制御) (D/W温度制御) (S/C圧力制御) (P/CV/V圧力制御) (S/C圧力制御) (D/W温度制御) (P/CV/V圧力制御)	電圧	C-メータクタ圧線電圧	1	1	①	非常用メータクタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1																																														
		D-メータクタ圧線電圧	1	1	①	非常用メータクタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1																																														
		C-ロードセンタ圧線電圧	1	1	①	非常用ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1																																														
		D-ロードセンタ圧線電圧	1	1	①	非常用ロードセンタの電圧状態を監視するバスターク	1	1	1	1																																														

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

東海第二発電所 (2018.9.18版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

重大事故等対策に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

監視項目	項目	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (1)					原子炉格納容器内冷却のための手順等 (2)											
		監視項目	計器名称	計器数	備注	備後	監視項目	計器名称	計器数	備注	備後							
原子炉格納容器内冷却のための手順等 (1) (A) 監視項目 (1.10.1.1) (B) 監視項目 (1.10.1.2) (C) 監視項目 (1.10.1.3) (D) 監視項目 (1.10.1.4) (E) 監視項目 (1.10.1.5) (F) 監視項目 (1.10.1.6) (G) 監視項目 (1.10.1.7) (H) 監視項目 (1.10.1.8)	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (1)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (2)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (3)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (4)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (5)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (6)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (7)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (8)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (9)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (10)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (11)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (12)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (13)																	
	原子炉格納容器内冷却のための手順等 (14)																	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7 号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

重大事故等対応に係る監視事項

1. 6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目名	格納容器内の冷却等のための手順等			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等			原子炉格納容器内の冷却等のための手順等		
		計画数	実数	達成率	計画数	実数	達成率	計画数	実数	達成率
監視項目 監視項目名	格納容器内の冷却等のための手順等 (A表, B表, C表)	2	2	100	2	2	100	2	2	100
	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (A表, B表, C表)	2	2	100	2	2	100	2	2	100

(注)

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータを計測する計器			②有効監視パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO		
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後				
原子炉格納容器内の温度		サブプレッション・チャンセル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・チャンセル温度 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
		サブプレッション・プール水温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・チャンセル圧力 (SA) により代替監視可能			
		サブプレッション・チャンセル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	サブプレッション・プール水温度 (SA) の温度変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認		
電圧		C-メータタリ自働電圧	1	1	1	1	1	1	非常用メータタリの異常状態を確認するパラメータ			
		D-メータタリ自働電圧	1	1	1	1	1	1	非常用メータタリの異常状態を確認するパラメータ			
		C-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	1	1	1	非常用ロードセントラの異常状態を確認するパラメータ			
		D-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	1	1	1	非常用ロードセントラの異常状態を確認するパラメータ			
		原子炉格納容器が圧力	2	0	0	2	0	0	2	原子炉格納容器の動作状況を確認するパラメータ		
換熱ヒートポンプの動作		換熱ヒートポンプ交換機部冷却水流量	2	0	0	2	0	0	2	2	原子炉格納容器の動作状況を確認するパラメータ	
		R/CW熱交換機部出口温度	2	0	0	2	0	0	2	2		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
																分類	パラメータ 分類
対応手段 非同時運転手 順書Ⅲ(シビ アアタシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 ③ ②	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン冷却域用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン冷却域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流速	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等 代替注水流速を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替注水流速水位の代 替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位(広部域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広部域) 原子炉水位(SA燃料域) サブレンジオン・プールの水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブレンジオン・プ ール水位の変化より、代替注水流 速水位の代替監視可能 代替注水流速を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替注水流速水 位が確保されていることを監視可 能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
																分類	パラメータ 分類
原子炉格納容器内の冷却等 (S/C冷却制御)	原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域) 原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域) 原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域)	原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域) 原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域) 原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度を監視する 計器は、原子炉格納容器内温度 が上昇した場合、原子炉格納容 器内温度が上昇していることを 監視可能 監視事項は主要な パラメータにて確認	
原子炉格納容器内の冷却等 (S/A広部域)	原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域)	原子炉格納容器内温度 (S/A広部域) 原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度を監視 する計器は、原子炉格納容器 内温度が上昇していることを 監視可能 監視事項は主要な パラメータにて確認		
原子炉格納容器内の冷却等 (S/A燃料域)	原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域)	原子炉格納容器内温度 (S/A燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度を監視 する計器は、原子炉格納容器 内温度が上昇していることを 監視可能 監視事項は主要な パラメータにて確認		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	SBO影響		計器数	SBO影響		計器故障等	計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後				
対応手段 異常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アラクション ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェルセル雰囲気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウェル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
		1	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブレ ッジョン・チェンバール雰囲気温度に よりの代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバール圧力(常用計器)に よりの代替監視可能
操作 (1 2)	原子炉格 納容器内 の温度	8	8	8	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウェルセル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバール圧力の上昇により代替 監視可能
		2	2	2	3	3	3	3	3	3	サブプレッジョン・プールの温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバール雰囲気温度の代替監視可 能 飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッジョン・チェンバール圧力によりサブ プレッジョン・チェンバール雰囲気 温度の代替監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	SBO影響		計器数	SBO影響		計器故障等	計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後				
対応手段 異常時運転手 手順書(循環 ポンプ/C温度制御)	原子炉格納容 器内の水位	2	0	0	2	0	0	2	0	0	原子炉格納容器水位の動作状 況を監視するパラメータ
		2	0	0	2	0	0	2	0	0	原子炉格納容器水位の動作状 況を監視するパラメータ
操作 (2 2)	原子炉格納容 器内の水位	2	0	0	2	0	0	2	0	0	原子炉格納容器水位の動作状 況を監視するパラメータ
		1	1	1	1	1	1	1	1	1	代替注水流量(管線)、低圧原子炉代替注水流量、低 圧原子炉代替注水流量(快復動作)、低圧原子炉代替注水 流量(快復動作)、低圧原子炉代替注水流量(快復動作) による注水流量(快復動作)の動作状態による注水流量 監視可能 代替注水流量(管線)、低圧原子炉代替注水流量、低 圧原子炉代替注水流量(快復動作)、低圧原子炉代替注水 流量(快復動作)による注水流量(快復動作)の動作状態 による注水流量(快復動作)の動作状態による注水流量 監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				詳細	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 検査員(シフト) アクシダン 「除熱-1」 等 AM設備助機 作手直管											
原子炉格納容器内の水位		サブプレッション・プール水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン常設線用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(中線ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(副線ライン常設線用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(副線ライン非常設線用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の注水より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水位		サブプレッション・プール水位	1	1	①	代替注水貯槽水位 西側冷水貯槽水位	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側冷水貯槽水位の水位変化より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能 ドライウエール圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能
原子炉格納容器内の注水量		低圧代替注水系統格納容器へ注水量(常設ライン用)	1	1	①	代替注水貯槽水位 西側冷水貯槽水位	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側冷水貯槽水位の水位変化より、低圧代替注水系統格納容器へ注水量の代替監視可能
補機監視機能		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	代替注水貯槽水位	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側冷水貯槽水位の水位変化より、低圧代替注水系統格納容器へ注水量の代替監視可能 サブプレッション・プール水位の水位変化より、低圧代替注水系統格納容器へ注水量の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
対峙手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアラクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替淡水貯槽水位の代 替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			①										
			2	2	2	2	2	2	2	2	2		2
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	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	2	2	2	2	2	2	2	2		2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器数	計器故障等		SBO	
		計器数	SBO影響 直後 [負荷切り直し後]	計器数	SBO影響 直後 [負荷切り直し後]				計器故障等			
1.6.2.2 原子炉格納容器の凝結を防止するための対応手順 a. 代用格納容器スプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	格納容器蒸気空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	成膜時に格納容器内蒸気放射線モニタは抽 出パラメータを計測することができ、監視 可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	格納容器蒸気空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	成膜時に格納容器内蒸気放射線モニタは抽 出パラメータを計測することができ、監視 可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	4	4	4	4	4	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力よ り代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	残留熱除去系入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であ れば、残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代 替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	1	ドライウエル蒸気温度	8	8	8	8	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	【ドライウエル圧力】	2	0	0	0	監視可能であればドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	1	1	1	1	1	ドライウエル圧力	1	1	1	1	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 蒸気温度	2	2	2	2	成膜時に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
1.6.2.2 原子炉格納容器内のスプレッド a. 代用格納容器スプレッド	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	2	2	2	2	2	【サブプレッション・チェンバ 圧力】	2	0	0	0	監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価			
	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器 SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 監視員(シビ アアラシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書 2 / 2	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力はサブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・プールの温度変化によりサブプレッション・チェンバ蒸気温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	電源の確保	直流15V主母線盤2B電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	電源の確保	過水貯蔵タンク水位	1	0	③	代替給水水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対峙手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シド アブレーション ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 出パラメータにて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		【ドライウエル圧力】	2	0	0	0	0	0	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	
		ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	1	1	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能	
操作 (1/2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	8	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	2	3	3	3	3	飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッジョン・チェンバ圧力によりサブ プレッジョン・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有別監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ		計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数			SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 等 (除熱-1) AM設備別機 作手順書 操作 (2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッジョン・プ ール水位	1	1	1	①			低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン振替域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可動ライン振替域用) 低圧代替注水系統格納容器ス トレイン流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器ス トレイン流量(可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下 部注水量	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	低圧代替注水系統原子炉注水流 量、低圧代替注水系統格納容器 ストレイン流量及び低圧代替注 水系統の注水量より、サブ プレッション・プール水位の代替 監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		低圧代替注水貯槽水位	1	1	1			代替注水貯槽水位、西側注水貯 槽水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替 監視可能	1	1	1	1		
		西側注水貯槽水位	1	1	1			代替注水貯槽水位、西側注水貯 槽水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替 監視可能	1	1	1	1		
		ドライウェル圧力	1	1	1			ドライウェル圧力とサブプレッ ジョン・チェンバ圧力の差圧より、サ プレッション・プール水位の代替 監視可能	1	1	1	1		
		サブプレッジョン・チェンバ 圧力	1	1	1			ドライウェル圧力とサブプレッ ジョン・チェンバ圧力の差圧より、サ プレッション・プール水位の代替 監視可能	1	1	1	1		
		低圧代替注水系統格納容器下 部注水量	1	0	0				1	0	0	0		
		低圧代替注水系統格納容器下 部注水量	1	1	1			消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	1	1	1		
		消火系ポンプ吐出へ の注水量	1	1	1			代替注水の確 保状態を確認す るパラメータ	1	0	0	0		
		消火系ポンプ吐出へ の注水量	1	1	1				1	0	0	0		
		消火系ポンプ吐出へ の注水量	1	1	1				1	0	0	0		

①：重要監視パラメータ、②：有監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ		抽出バロメータ	バロメータ		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後	分類	計器名		計器数	直後	計器名	計器数		直後
1.6.2.2 原子炉格納容器の冷却を防止するための対応手順 (1) フロントライン系統即時の対応手順 a. 冷却格納容器スプレッド	原子炉格納容器内温度モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器内温度モニタ (S/C)	2	2	①	2	2	2	直接に格納容器内温度を計測することでき、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
異常時運転手順書 (シビリアン)等 AM設備明細書	原子炉格納容器内の放射線監視	4	4	①	格納容器内放射線監視モニタ (D/W)	4	4	①	2	2	2	原子炉格納容器内放射線監視モニタ (S/C)により監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測することでき、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
(1) / (2)	原子炉格納容器内の温度	1	1		原子炉格納容器内の温度	1	1		8	8	8	原子炉格納容器内の温度を計測することでき、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1		原子炉格納容器内の圧力	1	1		2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測することでき、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線	1	1		原子炉格納容器内の放射線	1	1		2	2	2	原子炉格納容器内の放射線を計測することでき、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1		原子炉格納容器内の圧力	1	1		2	2	2	原子炉格納容器内の圧力を計測することでき、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認

①: 重要監視バロメータ、②: 有線監視バロメータ、③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	計器数		直後	SBO影響 負荷切り離し後			
													計器名称	計器数	直後
対応手段 非常時運転手 手順書 (シビ アアランデン 1「除熱-1」 等 AMは個別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	格納容器圧力との関係から、ドライ ウエル圧力はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により検出 可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認		
		サブプレッショ ン・チェンバ 蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替検出可 能	3	3	3	サブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替検出可 能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認		
異常 監視 (2/3)	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電装置を確認 するバロメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		直流12V 主母線2 A電圧	1	1	1	③	非常用電源の受電 装置を確認する バロメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		直流12V 主母線2 B電圧	1	1	1	③	非常用電源の受電 装置を確認する バロメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		水測の確 保	放水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	代貯水水源の確 保状態を確認す るバロメータ	-	-	-	-	-	-	-

①: 重要監視バロメータ, ②: 有線監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				解説		
		計器名称	計器数	抽出パラメータ		計器名称	計器数	監視パラメータ				
				パラメータ	分類			計器名称	分類			
対心手段 非常時運転手 観察員(シビ アブタシブ ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることにより、監視可能 超飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視可 能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気	1	1	①	サブプレッション・チ ェンバ蒸気	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることにより、監視可能 超飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	ドライウエル蒸気 温度	1	1	1	1	超飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	3	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能 超飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッジョン・チェンバ圧力によりサブ プレッジョン・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 異常切り直し後	計器名称	計器数	直後 異常切り直し後		
対応手段 非常時運転手 無事Ⅲ(シビ アラクション ト) 「除熱-1」 等 AM4設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	①	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン常設線用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン常設線用) 低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量 代替注水貯槽水位 西側注水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	低圧代替注水系統原子炉注水流量、 低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量、低圧代替注水系統格納容 器下部注水流量、サブプレッ ション・プール水位の代替監 視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器へ の注水量	残留熱除去系統配 管	1	0	0	-	-	-	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視 可能 ドライウェル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サブ プレッション・プール水位の代替 監視可能
機 作 (2 / 2)	詳細監視 機能	復水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	1	1	0	0	0	補給水系統ポン プの運転状態を備 置するパラメー タ	-
	水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	0	代替注水の確 保状態を確認す るパラメータ	-

①: 重要監視パラメータ、②: 有別監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器名称	計器数	直後	監視再開	計器故障等	評価	SPO	
			計器名称	計器数	パラメータ	補助パラメータ								
1.6.2.2	原子炉格納容器の液位を停止するための対応手順 (1) フロントライン系統同時の対応手順 a. 代替格納容器スプレッド ①: 代替格納容器スプレッド (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレッド (海水/海水)	原子炉格納容器内の液位	2	2	①	-	格納容器内気液放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内気液放射線モニタを計測することにより、監視再開を計測することができ、監視再開が可能
	非常時運転モード (ト)「除熱-1」等 AMM取極別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線	2	2	①	-	格納容器内気液放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内気液放射線モニタを計測することにより、監視再開を計測することができ、監視再開が可能
		原子炉格納容器内の温度	4	4	①	-	原子炉圧力 原子炉格納容器内温度	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉格納容器温度の代替監視可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視再開可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバハ圧力	2	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視再開可能
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッジョン・チェンバハ圧力	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視再開可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 補助パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
														抽出パラメータ	抽出パラメータ
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアタシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッジョン・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッジョン・プール水温度	3	3	3	3	サブプレッジョン・プール水温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確	
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項
1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	パラメータ分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 側監視(テレビ アタランダン ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側淡水貯水設備水 位 副 置 機 保 護 水 源 の 補 給 (2 / 3	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としてい る系統のうち、運転している系統 の注水量より、西側淡水貯水設備 水位の代替監視可能	
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
					原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能	
					原子炉水位(SA広帯域)	2	2		
					原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
					サブプレッショ ン・プール水位	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流 量(可動ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1		
					原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・プール水位の代替監視可能	
					原子炉水位(燃料域)	1	1		
					原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
					サブプレッショ ン・プール水位	1	1		
					常設低圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯槽 水位が確保されていることを監視可 能	
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1		
					低圧代替注水系格納容器下部 注水量	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ													
	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価						
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書		ドライウエル圧力	1	1	1			サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	ドライウエル蒸気温度	8	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	操作 (1, 3)		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1		サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ蒸気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ圧力	2	0	0		【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	0	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	8		ドライウエル圧力	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2		サブプレッション・チェンバ蒸気温度	3	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ蒸気温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
	分類	計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器数	
対応手段 非常時運転手 指示Ⅲ(シビ ブ)アブシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備切替 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
操作 (2 / 3)	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレッショ ン・プ ール水位	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	
		原子炉格 納容器へ の注水量	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	抽出パラメータを計測する計器	1	1	1	計器故障等	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ		抽出パラメータを計測する計器		評価		
		計器数	直後	分類	補助パラメータ	分類理由	計器数	直後	負荷切り直し後	SBO影響	計器故障等	SBO
対応手続 非常時運転手 順書(シビ アタクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	西側冷却水貯水設備 水位	1	1	①	-		1	1	1	1	西側冷却水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側冷却水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	水源の確保 (3 保 2)						2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、サブプレッション・プール水位の変化より、西側冷却水貯水設備水位の代替監視可能	
							1	1	1	1	代替冷却水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替冷却水貯水設備水位の代替監視可能	
				①	-		1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位、サブプレッション・プール水位の変化より、代替冷却水貯水設備水位の代替監視可能	
							2	2	2	2	代替冷却水貯水設備を水源とするポンプの吐出圧力より、代替冷却水貯水設備水位の代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		補助パラメータ	補助パラメータ	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価		
			計器数	直後	負荷切り離し後	分組				分組理由	計器数			直後	負荷切り離し後
1.6.2 原子炉格納容器の運用を停止するための対応手順 (D) フロンガス注入系統閉鎖の対応手順 b. 格納容器内冷却 (a) ドライウェル内ガス冷却装置による原子炉格納容器内の材料除熱 非常時運転中 順書III (シビ アアクシデン ト) 除熱-1J 等 AM2設備が働 作中時	原子炉格納容器内の放射線 量率 原子炉圧 力容器内の 温度 M/C 2C電圧 P/C 2C電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧 直流125V主母線巻2 A電圧 直流125V主母線巻2 B電圧	格納容器内放射線量率モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内放射線量率モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率モニタのレベルを計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		格納容器内放射線量率モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器内放射線量率モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率モニタのレベルを計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	①	-	原子炉圧力容器内の温度 (S/A)	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	M/C 2C電圧	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	P/C 2C電圧	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	M/C 2D電圧	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	P/C 2D電圧	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		直流125V主母線巻2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	直流125V主母線巻2 A電圧	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視パラメータとして確認可能	
		直流125V主母線巻2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	直流125V主母線巻2 B電圧	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視パラメータとして確認可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト)【手順-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	サブレーション・チェンバの圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブレーション・チ ェンバの圧力	1	1	【ドライウエル圧力】	2	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
	原子炉格 納容器内 の温度	サブレーション・チ ェンバの温度	1	1	サブレーション・チェンバの温 度	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエルの温度	8	8	サブレーション・チェンバの温 度	2	0	監視可能であればサブレーション により代替監視可能
	補機監視 機能	M/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-
		P/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-
		原子炉補機冷却系 サブアウトヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系サブアウトヘ ッド圧力確認 するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有源監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器設備等		
対応手段 非常時運転手 マニュアル 「操熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧 力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能		監視事項は抽 出バロメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代替 監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッション・プール水 温	3	3	サブプレッジョン・プール水温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能		監視事項は抽 出バロメータ にて確認
	抽換監視 機能	原子炉補機冷却系 圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系の運転状態を 確認するバロメ ータ	-	-	-	-	-	

①: 重要監視バロメータ、②: 有効監視バロメータ、③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
		計器数	SBO影響	負荷切り離し後	計器数	SBO影響	負荷切り離し後	
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	2	2	2	2	2	2	2
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	2	2	2	2	2	2	2
		格納容器内放射線モニタ (S/C)	格納容器内放射線モニタ (D/W)	格納容器内放射線モニタ (S/A)	格納容器内放射線モニタ (D/W)	格納容器内放射線モニタ (S/A)	格納容器内放射線モニタ (D/W)	格納容器内放射線モニタ (S/A)
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	4	4	4	4	4	4	4
		原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度
		原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	1	1	1	1	1	1	1
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	8	8	8	8	8	8	8
		原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	2	2	2	2	2	2	2
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	1	1	1	1	1	1	1
1.6.2.2 原子炉格納容器の液位を修正するための対応手順 (2) 格納容器内凝縮液の液位を修正するための対応手順 a. 格納容器内の液位を修正するための対応手順 a. (6) 凝縮液除去装置停止後の原子炉格納容器内へのスプレイ	抽出バロメータ 補助バロメータ	2	2	2	2	2	2	2

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ補助バロメータ			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	バロメータ	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等		
非常時運転手 (シビアアク シデンツト) 「除熱-1」 等 AM(設備別)操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	8	ドライクウェル蒸気温度	①	1	ドライクウェル圧力	1	1	蒸気温度/圧力の関係から、ドライクウェル圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
	AM(設備別)操 作手順書	2	サブプレッション・チェンバ管線温度	①	3	サブプレッション・チェンバ圧力	3	3	サブプレッション・チェンバ管線温度の変化によりサブプレッション・チェンバ管線温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
制 御 系 統 (2 、 3)	本機の備 保	1	サブプレッション・ブール水位	①	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ水位の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		2	原子炉格納容器内冷却水系統温度		2	原子炉格納容器内冷却水系統温度	2	2	原子炉格納容器内冷却水系統温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
緊急時 の監視	緊急時 の監視	1	緊急時用蒸気系統温度		1	緊急時用蒸気系統温度	1	1	緊急時用蒸気系統温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		1	緊急時用蒸気系統温度		1	緊急時用蒸気系統温度	1	1	緊急時用蒸気系統温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	

①: 重要監視バロメータ、②: 有効監視バロメータ、③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SPO影響 直後 負荷切り離し後	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順III (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	
		P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-	
		M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する バラムメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	評価	
対応手段 非常時運転手 (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別働 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気温 度	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視可能であればサブプレッ ジョン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度	2	2	①	-	ドライウエル圧力	2	0	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力はサブプレッジョン・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の注水量	残留熱除去系系純 量	2	0	0	-	-	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ												
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手 順書III (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	残留熱除去系ポンプ吐 出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	水源の確 保	サブレーション・ブ ール水位	1	1	1	①	-	-	-	-	-	-	-	-
	機 作 (2 / 2)	高圧代替注水系系統流 量	1	1	1	-	-	-	-	-	1	1	-	-
		代替補機冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	-	-	-	-	-	2	2	-	-
		原子炉隔離時冷却系系統流 量	1	1	1	-	-	-	-	-	1	1	-	-
		高圧炉心スプレイ系系統流 量	1	0	0	-	-	-	-	-	0	0	-	-
		残留熱除去系系統流 量	3	0	0	-	-	-	-	-	0	0	-	-
		低圧炉心スプレイ系系統流 量	1	0	0	-	-	-	-	-	0	0	-	-
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	-	-	-	-	1	1	-	-
		代替補機冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	-	-	-	-	-	2	2	-	-
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	-	-	-	-	1	1	-	-
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	0	0	-	-
		残留熱除去系ポンプ吐出圧 力	3	0	0	-	-	-	-	-	0	0	-	-
		低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	0	0	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		詳細	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SED
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系統破損時の対応手順 a. 復旧 b. 残留熱除去系復旧後のサブプレッション・プールの除熱	非常時運転手 (シビリアク シグナル) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (1, 2, 3)	原子炉圧力容器内の放射線の速度	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	原子炉圧力	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
判断書 (1, 2, 3)	原子炉圧力容器内の放射線の速度	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	原子炉圧力 (SA広帯域)	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (SA燃料域)	1	原子炉圧力 (SA燃料域)	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力 (SA燃料域)	1	原子炉圧力 (SA燃料域)	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の放射線の速度	サブプレッション・プール水温度	3	サブプレッション・プール水温度	2	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・プール水温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・プール水温度	3	サブプレッション・プール水温度	2	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・プール水温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線の速度	サブプレッション・チェンバーステンパ	2	サブプレッション・チェンバーステンパ	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバーステンパによりサブプレッション・チェンバーステンパの代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
再稼働運転手 順書Ⅲ (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書 電源 別 冊 第 2 / 3	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電機能を構成するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの受電機能を構成するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電機能を構成するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの受電機能を構成するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電機能を構成するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電機能を構成するパラメータ	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	1	③	直連電源の変電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	1	③	直連電源の変電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用直連125V主母線盤電圧	1	1	1	1	③	緊急用直連電源の変電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
		積留熱除去系海水系系統流量	2	0	0	0	-	-	-	-	-	-
		最終ヒーティングの確保	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO時	計器名称	計器数	直後	SBO時	
対処手段 非常時運転手 (シフト) (除熱-1) 等 AM設備関係 作業者	原子炉格納 容器内の 水位 ① ② ③	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源として いる系統のうち、運転している系統 の注水量より、サプレッション・プ ール水位の代替監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	2	原子炉格納容器内注水量	2	2	2	
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧冷却系注水系統流量	3	0	0	
		高圧冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧冷却系注水系統流量	2	2	2	高圧冷却系注水系統流量	2	2	2	
		高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	高圧冷却系注水系統流量	1	1	1	
		高圧冷却系注水系統流量	1	0	0	高圧冷却系注水系統流量	1	0	0	
		高圧冷却系注水系統流量	3	0	0	高圧冷却系注水系統流量	3	0	0	
原子炉格 納容器内 の温度 ① ② ③	原子炉格 納容器内 の温度 ① ② ③	サプレッション・チェンバ ール水位	1	1	①	サプレッション・チェンバ ール水位	1	1	1	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		サプレッション・チェンバ ール温度	3	3	①	サプレッション・チェンバ ール温度	3	3	①	
		残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	
		残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	
		残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	
		残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	残熱除去系統交換 器出口温度	2	0	0	
原子炉格 納容器内 の圧力 ① ②	原子炉格 納容器内 の圧力 ① ②	原子炉格納容器内注水量	1	1	1	原子炉格納容器内注水量	1	1	1	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	2	原子炉格納容器内注水量	2	2	2	
		原子炉格納容器内注水量	1	1	1	原子炉格納容器内注水量	1	1	1	
		原子炉格納容器内注水量	3	0	0	原子炉格納容器内注水量	3	0	0	
		原子炉格納容器内注水量	1	0	0	原子炉格納容器内注水量	1	0	0	
		原子炉格納容器内注水量	3	0	0	原子炉格納容器内注水量	3	0	0	
		原子炉格納容器内注水量	1	0	0	原子炉格納容器内注水量	1	0	0	
		原子炉格納容器内注水量	2	2	2	原子炉格納容器内注水量	2	2	2	
		原子炉格納容器内注水量	1	1	1	原子炉格納容器内注水量	1	1	1	
		原子炉格納容器内注水量	3	0	0	原子炉格納容器内注水量	3	0	0	

①:重要監視バロメータ、②:重要監視バロメータ、③:補助バロメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備切操 作手順書	水源の確保	サプレッション・プ ール水位	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
							計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数
							高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1
							代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2
							原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	1
							高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0
							残留熱除去系統流量	3	0	0	0	0
							低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	0
							常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1
							代替循環冷却系ポンプ吐出 力	2	2	2	2	2
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力	1	1	1	1	1							
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	1	0	0	0	0							
残留熱除去系ポンプ吐出力	3	0	0	0	0							
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	1	0	0	0	0							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) による原子炉格納容器内へのスプレイ											
非常時手順書 II (微後ベース) I P C V圧力制御等 非常時手順書 III (シビアアクシデント) (除熱-1J)等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 1	1 1	2 2	2 2	1 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 2 2 1 1	原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 高圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S A) サプレッション・チェンバ 力	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系の注水流と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 2 負荷切り離し後 1	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 1	計器故障等	SBO	評価			
														計器故障等	SBO		
非常時手順書 II (微減ベ- ス) [PCV圧力 制御] 等 非常時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	計器故障等						
		原子炉水位 (燃料域)	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1								
		原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1	①		原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能				監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	①		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	1							
		原子炉圧力	1	1			原子炉圧力	2	2	2	2						
		原子炉圧力 (SA)	1	1			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2						
		原子炉圧力 (SA)燃 料域	1	1			原子炉圧力 (SA)燃 料域	2	2	2	2						
		原子炉圧力 (SA)燃 料域	1	1			原子炉圧力 (SA)燃 料域	2	2	2	2						
		原子炉圧力 (SA)燃 料域	1	1			原子炉圧力 (SA)燃 料域	2	2	2	2						
		原子炉圧力 (SA)燃 料域	1	1			原子炉圧力 (SA)燃 料域	2	2	2	2						

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名等		
対応手段 非常時手順書 II (微欠ベ ス) (PCV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデン ト) (除熱-1) 等 AM設備別操 作手順書 別 冊 第 3 / 5	原子炉格 納容器内 の圧力 原子炉格 納容器内 の温度	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		8	8	①	1	1	ドラィウエル圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		2	2	①	3	3	サブプレッション・プ ール温度	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価						
		計器数	SBO影響 直後	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
対応手段 非常時手順書 II (微検ベ- ス) (P・CV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備明 作手順書	水源の確 保 (4 / 5)	1	1	1	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サプレッション・プ- ル水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サプレッ ション・プ-ル水位が確保されている ことを監視可能	SBO				
					補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類								
					高圧代替注水系統流量	1	1				1	高圧代替注水系統流量	1	1
					代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2				2	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1				1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0				0	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0
					残留熱除去系統流量	3	0				0	残留熱除去系統流量	3	0
					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0				0	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0
					常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1				1	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1
					代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2				2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1								
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0								
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0								
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0								

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
															計器故障等	SBO
非常時手順書 II (攪拌ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシント の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-		
	電源	P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後 分類	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時手順書 II (微條ベ- ス) (PCV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシダント) [除熱-1] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧 力	1	1	1	計器故障等 直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧 力	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能 直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力及びサブプレッ ション・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエル雰囲気温度の代 替監視可能	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プ-ール水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
非常時手順書Ⅱ (微候ベース) (PCV圧力制御) 等	原子炉格納容器への注水量補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-			
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-			
非常時手順書Ⅲ (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	操作 (2/2) 水源の確保	水源の確保	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			代替循環冷却系原子炉注水流	2	2	2	2	2	2	2	2	2			
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1		サブプレッジョン・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッジョン・プール水位の代替監視可能	
			高圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0			
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0	0	0	0	0			
			低圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0			
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1			
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2			
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1			サブプレッジョン・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッジョン・プール水位が確保されていることを監視可能
			高圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0			
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	0	0	0	0					
低圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 / 負荷切り離し後	パラメータ	分類	分類理由	計器名称	計器数	直後 / 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (2) 残置蒸留法系 (サブプレッシャ・プールの冷却系)	サブプレッシャ・プール水温	3	3	3	①	-	サブプレッシャ・プール水温	2	2	2	サブプレッシャ・プール水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	サブプレッシャ・プール水温	3	3	3	サブプレッシャ・プール水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
異常時手順書 II (直後ベーパー) 等 非常時手順書 II (サブプレッシャ・プール冷却系) 等 AM設備別操作手順書	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	蒸留125V主母線盤2 A電圧 蒸留125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
最終ヒート交換機冷却系排水系システム流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時手順書 II (微減ベ- ス) 「S/P温度 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2		2				
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		1	1			
			高圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0		0	0			
			残留熱除去系統流量	3	0		0	0			
			低圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0		0	0			
			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1		1	1			
			代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2		2	2			
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1		1	1			
			高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0		0	0			
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0							
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0							

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時手順書 II (微減ベ ス) (S/P温度 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブレーション・プ ール水温度	3	3	3	①	-	サブレーション・チェンバ ーの温度	2	2	2	サブレーション・チェンバ ーの温度変化によりサブ レーション・プール水温度 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系熱交換 器入口温度	2	0	0	①	-	原子炉圧力容器温度 サブレーション・プール水 温度	4	4	4	4	除熱先の温度変化により 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系熱交換 器出口温度	2	0	0	①	-	残留熱除去系熱交換器入口 温度 残留熱除去系熱交換器の 熱交換量 評価により代替監視可能	2	0	0	0	残留熱除去系熱交換器入口 温度と 残留熱除去系熱交換器の熱 交換量	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器へ の注水量 補機監視 機能	残留熱除去系系統流 量	2	0	0	-	-	緊急用海水系統流量 (残留熱 除去系熱交換器) 緊急用海水系統流量 (残留熱 除去系補機)	1	1	1	1	残留熱除去系海水系、緊急 用海水系の流量が確保され ていることにより、最終ヒー トシンクが確保されている ことを代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系系統流 量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	SBO		
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等				
				パラメータ分類	補助パラメータ分類理由		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後
非常時手順書 II (微候ベ- ス)「S/P温度 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシデンツ) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 操作 ② ②	水源の確保	サブレーション・ブ ール水位	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・ブ- ール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
						代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2			サブレーション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サブレス ション・ブ-ール水位が確保されている ことを監視可能
						原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1			
						高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0			
						残留熱除去系系統流量	3	0	0	0			
						低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	0			
						常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1			
						代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2			
						原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1			
						高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0			
残留熱除去系ポンプ吐出圧 力	3	0	0	0									
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0									

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシオント [取替手順]) M設備別操作手順書 ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン)	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	2	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	2	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	2	0	0	0	0	2	2	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	2	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	8	8	8	8	0	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
非常時運転操作手順書 III(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン)	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシオント [取替手順]) M設備別操作手順書 ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン) ト(シリアリアクシオン)	C-メータ母線電圧	③	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	D-メータ母線電圧	③	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	C-ロードセンタ母線電圧	③	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	D-ロードセンタ母線電圧	③	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	緊急用メータ母線電圧	③	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	SAロードセンタ母線電圧	③	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器冷却系放射線モニタ(ドライウエル)	①	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	格納容器冷却系放射線モニタ(サブプレッション・プールの水位)	①	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	1	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	①	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO				
			計器数	直後			区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合				計器名称	計器数	直後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC制御 FCV制御	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①	1	1	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバ ーの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (炉心損傷後PVCベン ト(ファイタルタベント)使 用(S/O)) (炉心損傷後PVCベン ト(ファイタルタベント)使 用(D/W))	サブプレ ッション・ チェンバ ーの温度	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	①	3	3	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	0	0	0	監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ ーの温度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		ファイタルタベント水位	2	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	1	サブプレッ ション・チェンバ ーの温度の上昇により代替監視可能
機械監視 機能	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉圧力容器入口圧力	1	1	1	①	1	1	原子炉圧力容器入口圧力	1	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器内圧力 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	1	1	1	1	放射線モニタの健全性を代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO			
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器数				直後	負荷切り離し後	
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	3	3	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
操作 (1 / 4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
		原子炉圧力容器入口圧力	1	1	1	①	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器内圧力 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO			
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器数				直後	負荷切り離し後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC制御 FCV制御 AM設備別操作手順書 (炉心損傷後PVCベン ト(ファイタルタベント)使 用(S/O)) (炉心損傷後PVCベン ト(ファイタルタベント)使 用(D/W))	原子炉格納 容器内の水 位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③	3	3	原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
		原子炉圧力容器入口圧力	1	1	1	①	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器内圧力 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			
		原子炉圧力容器出口放射線モニ タ	2	2	2	①	2	2	2	放射線モニタの健全性を代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認			

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置停止 直後のA/Bバース】	判別 基準 【フィルタ装置停止 直後のA/Bバース】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ライン A/Bバース】	判別 基準 【ドレン移送ライン A/Bバース】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	判別 基準 【ドレンタンク水抜 き】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称		
対応手段	項目	計器数	計器名称	計器数	計器名称	評価	
非常時運転手 による 【除熱-1】 等 AM設備密閉 作手順書	原子炉格納容器内の風速	8	ドライウエルの風速	1	原子炉格納容器内の風速	監視事項は抽出パラメータにて確認	
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ライン A/Bバース】	判別 基準 【ドレン移送ライン A/Bバース】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	判別 基準 【ドレンタンク水抜 き】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置停止 直後のA/Bバース】	判別 基準 【フィルタ装置停止 直後のA/Bバース】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ライン A/Bバース】	判別 基準 【ドレン移送ライン A/Bバース】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	判別 基準 【ドレンタンク水抜 き】	機械監視 機能	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等
			直後	区分別	直後	区分別	

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	評価		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響				直後	負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (シリアアラート) (PC初期) 構成設備の仕様、手順書 (代替機種の対応)に基づき PC内の設定及び試験	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	①	①	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視パラメータにて確認可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ・温度	1	1	①	①	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ・温度	3	3	①	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバ・プールの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ・温度	3	3	①	①	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・プールの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
異常時 1 2	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	0	①	①	2	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	0	①	①	2	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	0	①	①	2	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	0	①	①	2	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
異常時 3	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	評価		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響				直後	負荷切り離し後		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交感動力電機が壊死である場合の対応手順 (2) 格納容器内圧力が上昇による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (3) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
異常時 (1) (2) (3)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(D/W)	4	4	①	①	4	4	4	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	4	4	①	①	4	4	4	原子炉格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	①	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	評価		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響				直後	負荷切り離し後		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交感動力電機が壊死である場合の対応手順 (2) 格納容器内圧力が上昇による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (3) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(S/C)	2	2	①	①	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
異常時 (1) (2) (3)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(D/W)	4	4	①	①	4	4	4	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	4	4	①	①	4	4	4	原子炉格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	①	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項
 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響		計器故障等	SBO
				計器数	直後			直後	区分別直電電源 を延命した場合			計器数	直後		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電源が5分間停止する場合の対応手順 多様なババード対応手 「可搬型格納容器」業者 供給設備による PVC 型 薬供給)	原子炉格納容器内の蒸気発生 の放射熱 格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	2	1	0	①	-	①	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	2	1	0	①	-	①	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	2	2	2	①	-	①	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	3	3	3	①	-	①	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数						直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順番Ⅲ(シビ ブ) アタシゲン 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (2/ 3)	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	2	①	-	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	3	3	3	①	-	①	3	3	3	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響 直後	計器数	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数						直後	負荷切り離し後		
事故対応時 (1)交流電源が5分間停止する場合の対応手順 多様なババード対応手 「可搬型格納容器」業者 供給設備による PVC 型 薬供給)	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	2	2	2	①	-	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (2/ 3)	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	3	3	3	①	-	①	3	3	3	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格納容器内の蒸気発生 レベル(S/C) 異常	1	1	1	①	-	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC 制御 R/B 制御	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル管理気温度	2	2	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PVC ベン ト (F/O)] [炉心制御後 PVC ベン ト (F/O)] [炉心制御後 PVC ベン ト (F/O)]	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・チェンバ ー水素濃度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ー水素濃度	3	3	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2 2	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	8	8	①	格納容器内水素濃度	4	4	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	4	4	①	格納容器内水素濃度 (SA)	4	4	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後		計器数	直後		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 文庫動力電源の喪失である場合の対応手順 b. 格納容器内圧力過剰による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (2) 第二系統圧力の正圧化	原子炉格納容器内の放射線 量率	格納容器内放射線量率	2	2	①	格納容器内放射線量率	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		格納容器内放射線量率 (D/W)	2	2	①	格納容器内放射線量率 (D/W)	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
非常時運転手 順書 III (シ ビアアクシ デント) [除熱-1] 等	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	4	4	①	原子炉格納容器内温度	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内温度 (SA)	1	1	①	原子炉格納容器内温度 (SA)	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
AM 設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力 (SA)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力 (SA)	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力 (SA)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力 (SA)	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力 (SA)	1	1	①	原子炉格納容器内圧力 (SA)	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC 制御 R/B 制御	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル管理気温度	2	2	①	格納容器内圧力(SI)	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
AM 設備別操作手順書 [炉心制御後 PVC ベン ト (F/O)] [炉心制御後 PVC ベン ト (F/O)] [炉心制御後 PVC ベン ト (F/O)]	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・チェンバ ー水素濃度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ ー水素濃度	3	3	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	①	格納容器内水素濃度	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	8	8	①	格納容器内水素濃度	4	4	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	4	4	①	格納容器内水素濃度 (SA)	4	4	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
2 2	電源	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	③	非常用 DC の電圧状態を 監視するパラメータ	1	1	監視事項は主幹バ ル又は格納容器内圧力(SI)の上昇により代替監視 ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO
手動時運転作手手順書 (シフトアクトシフト) [FCV 制御] [R/B 制御] AM 設備別操作手順書 [炉心冷却後 PCV ベン ト (フィルタ) ベン ト使用 (S/O)] [炉心冷却後 PCV ベン ト (フィルタ) ベン ト使用 (D/W)]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	1	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	2	1	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/O)	2	0	0	0	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (D/W)	2	2	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/A)	8	8	8	0	4	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/B)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/D)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/E)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/F)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO
非常時運転作手手順書 (シフトアクトシフト) [除熱-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	1	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	2	1	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/O)	2	0	0	0	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (D/W)	2	2	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/A)	8	8	8	0	4	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/B)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/D)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/E)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/F)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SDO
非常時運転作手手順書 (シフトアクトシフト) [除熱-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル	2	1	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	2	1	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/O)	2	0	0	0	2	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (D/W)	2	2	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/A)	8	8	8	0	4	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/B)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/C)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/D)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/E)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線監視レベル (S/F)	1	1	1	0	1	監視事項は主要バロメータにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (シニアアラウンド) PCV 制御 R/B 制御	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	-	1	1	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	-	1	1	サブプレッション・チェンバハ温度の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書 1F/C心動機後PCVベント 用(S/O) 2F/C心動機後PCVベント (フィルタベント使用 0.9%)	補機監視 機能	サブプレッション・チェンバハ・プールの温度	3	3	-	3	3	サブプレッション・チェンバハ・プールの温度の上昇により代替監視可能
		フィルタ装置入口圧力	2	2	-	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
フィルタ装置出口放射線モニタ	補機監視 機能	フィルタ装置入口圧力	1	1	-	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		フィルタ装置出口放射線モニタ	2	2	-	1	1	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数		直後	負荷切り履し後		
非常時運転手 順書III(シニアアラウン ド) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の水位	操作	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	1	1	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
			サブプレッション・プールの水位	1	1	-	1	1	サブプレッション・プールの水位の上昇により代替監視可能
補機監視 機能	第二弁操作室差圧 空気ポンプユニット空 気供給流量	補機監視 機能	第二弁操作室差圧	1	1	③	-	-	第二弁操作室の正圧化を確認するパラメータ
			空気ポンプユニット空 気供給流量	1	1	③	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器名称	計器数		直後	負荷切り履し後		
事故時運転操作手順書 (シニアアラウンド) PCV 制御 R/B 制御	原子炉格納容器内の温度	補機監視 機能	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
補機監視 機能	原子炉格納容器内の温度	補機監視 機能	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
補機監視 機能	原子炉格納容器内の温度	補機監視 機能	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
補機監視 機能	原子炉格納容器内の温度	補機監視 機能	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
補機監視 機能	原子炉格納容器内の温度	補機監視 機能	原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
			原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	2	2	①	2	2	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	1	0	①	—	—	—	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線計測器	2	1	0	①	—	—	—	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉水位から原子炉格納容器内の飽和状態にあると想定し、放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉水位から原子炉格納容器内の飽和状態にあると想定し、放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内の放射線モニタの値から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置スタラッピング水補給	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク装置水位	2	2	①	—	—	—	—	—	—
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク装置水位	2	2	①	—	—	—	—	—	—
		最終ヒートシンク装置水位	2	2	①	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	1	0	①	—	—	—	—	—
		放射線計測器	2	1	0	①	—	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル	放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—
		放射線計測器	2	2	2	①	—	—	—	—	—

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	長期切り換え後	
多様なハザード対応手順 【フィルタバント停止後のNバーズ】	監視監視機能	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能
多様なハザード対応手順 【フィルタ設置スクラバ水出流調整】	監視監視機能	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインNバーズ】	監視監視機能	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインNバーズ】	監視監視機能	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能
		原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)により代替監視可能

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	長期切り換え後	
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	監視監視機能	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の圧力	監視監視機能	監視監視機能	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の圧力	監視監視機能	監視監視機能	原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	長期切り換え後	
原子炉格納容器内の圧力	監視監視機能	監視監視機能	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
			原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の圧力	監視監視機能	監視監視機能	原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
			原子炉格納容器内の圧力	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力(常時監視)	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	負荷切り直し後	計器名称	計器数	負荷切り直し後		
AM設備点検 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ドライウエル蒸気温度	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測すること ことができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	①	【ドライウエル圧力】 ドライウエル圧力	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		ドライウエル蒸気温度	8	8	①	サブプレッション・チェンバ の圧力	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライウ エル蒸気温度により格納容器内圧力を推 定することができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	①	【サブプレッション・チェン バ圧力】	2	0	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		ドライウエル蒸気温度	8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	格納容器内圧力との関係から、ドライウ エル蒸気温度により格納容器内圧力を推 定することができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ の圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度	3	3	サブプレッション・チェンバの蒸気温度 の監視により格納容器内圧力を推定す ることができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気 温度	2	0	①	【格納容器内水蒸気温度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度を(常時計測)により代替監視可能 にて確認
		格納容器内水蒸気 温度	2	0	②	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度の監視により格 納容器内圧力を推定することができ、 監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気 温度	2	0	①	格納容器内水蒸気温度	2	2	格納容器内水蒸気温度の監視により格 納容器内圧力を推定することができ、 監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気 温度	2	0	②	【格納容器内水蒸気温度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度を(常時計測)により代替監視可能 にて確認

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	負荷切り直し後	計器名称	計器数	負荷切り直し後		
AM設備点検 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力 (S/A)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ の圧力 (S/A)	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ の圧力 (S/A)	2	2	①	【サブプレッション・チェン バ圧力】	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ の蒸気温度 (S/A)	2	2	①	サブプレッション・チェンバ の蒸気温度 (S/A)	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレ ッション・チェンバの蒸気温度により格納 容器内圧力を推定することができ、監視可 能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気 温度 (S/A)	1	0	①	【格納容器内水蒸気温度】	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度を(常時計測)により代替監視可能 にて確認
		格納容器内水蒸気 温度 (S/A)	1	0	②	格納容器内水蒸気温度	1	1	格納容器内水蒸気温度の監視により格 納容器内圧力を推定することができ、 監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気 温度 (S/A)	1	0	①	【格納容器内水蒸気温度】	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度を(常時計測)により代替監視可能 にて確認
		格納容器内水蒸気 温度 (S/A)	1	0	②	格納容器内水蒸気温度	1	1	格納容器内水蒸気温度の監視により格 納容器内圧力を推定することができ、 監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気 温度 (S/A)	1	0	①	【格納容器内水蒸気温度】	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度を(常時計測)により代替監視可能 にて確認
		格納容器内水蒸気 温度 (S/A)	1	0	②	格納容器内水蒸気温度	1	1	格納容器内水蒸気温度の監視により格 納容器内圧力を推定することができ、 監視可能 監視事項は抽出バロメータにて確認
		格納容器内水蒸気 温度 (S/A)	1	0	①	【格納容器内水蒸気温度】	1	0	監視可能であれば格納容器内水蒸気温 度を(常時計測)により代替監視可能 にて確認

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	対応手段	分類	計器名称	計器数			SBO影響			出番名称	出番数			評価
				計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後		計器数	直後	負荷切り離し後	
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 原子炉格納容器内の監視事項 表 1.15-462r15-1	監視計器作動警報 (シフトアラーム) 発生時、原子炉格納容器内の監視事項 (監視)	原子炉格納容器内の監視事項	格納容器除圧装置 (格納容器除圧装置)	1	0	0	1	0	0	格納容器除圧装置 (S/A)	1	0	0	直接的に格納容器内除圧度を計測することができ、監視可能
				1	0	0	2	2	2	2	2	2	2	2
				0	0	0	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (ドライウエル) (S/A)	2	2	2	ドライウエル圧力 (S/A) 又はサブプレッシャール圧力 (S/A) の検出の有無により、格納容器内の放射線モニタ (S/A) の作動監視可能
				0	0	0	2	2	2	サブプレッシャール・チェンバール (S/A)	2	2	2	サブプレッシャール・チェンバール (S/A) の検出の有無により、格納容器内の放射線モニタ (S/A) の作動監視可能
				0	0	0	1	0	0	格納容器除圧装置	1	0	0	直接的に格納容器内除圧度を計測することができ、監視可能
				0	0	0	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (ドライウエル)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (ドライウエル) 又は格納容器内放射線モニタ (サブプレッシャール) の検出の有無により、格納容器除圧装置の作動監視可能
				1	0	0	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (サブプレッシャール)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (サブプレッシャール) の検出の有無により、格納容器除圧装置の作動監視可能
				2	2	2	2	2	2	ドライウエル圧力 (S/A)	2	2	2	ドライウエル圧力 (S/A) の検出の有無により、格納容器内の放射線モニタ (S/A) の作動監視可能
				2	2	2	2	2	2	サブプレッシャール・チェンバール (S/A)	2	2	2	サブプレッシャール・チェンバール (S/A) の検出の有無により、格納容器内の放射線モニタ (S/A) の作動監視可能

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	分類	補助パラメータ分類理由	計器数	分類	計器名称	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保 ② ②	2	①	—	2	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	①	—	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブレーション・プール温度 ドラワイヴェル蒸気温度 サブレーション・チェンバース蒸気温度	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注イ流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブレーション・プール水温度、ドラワイヴェル蒸気温度、サブレーション・チェンバース蒸気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器数	分類	補助パラメータ分類理由	計器数	分類	計器名称	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保 ② ②	2	①	—	2	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	①	—	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブレーション・プール温度 ドラワイヴェル蒸気温度 サブレーション・チェンバース蒸気温度	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注イ流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブレーション・プール水温度、ドラワイヴェル蒸気温度、サブレーション・チェンバース蒸気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

Table with columns: 項目 (Item), 監視パラメータ (Monitoring Parameter), 抽出パラメータ (Extraction Parameter), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 監視パラメータ (Monitoring Parameter), 抽出パラメータ (Extraction Parameter), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 監視パラメータ (Monitoring Parameter), 抽出パラメータ (Extraction Parameter), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 監視パラメータ (Monitoring Parameter), 抽出パラメータ (Extraction Parameter), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments). Rows include monitoring items like '原子炉格納容器内の減圧及び除熱' and '原子炉格納容器内の減圧及び除熱'.

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目 (Item), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 監視パラメータ (Monitoring Parameter), 抽出パラメータ (Extraction Parameter), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 監視パラメータ (Monitoring Parameter), 抽出パラメータ (Extraction Parameter), 計器名称 (Instrument Name), 計器数 (Number of Instruments), 監視パラメータ (Monitoring Parameter), 抽出パラメータ (Extraction Parameter). Rows include monitoring items like '原子炉格納容器内の減圧及び除熱' and '原子炉格納容器内の減圧及び除熱'.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	SBO影響 直後	負荷切り離し後	分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再熱 (f) フィルタ装置スクラビング水移送 AM設備別操作手順書	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置スクラビング水温度	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	
	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
				直後	負荷切り離し後	分類			計器名称	計器数	直後		負荷切り離し後		
事故時操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 PVS (最終再動非稼働時)による格納容器への 再熱 (2 / 3)	電圧	C-メータラ線電圧	1	1	③	-	非常用メータラ線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-			
		D-メータラ線電圧	1	1	③	-	非常用メータラ線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-			
		C-ロードセンタ線電圧	1	1	③	-	非常用ロードセンタ線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-			
		D-ロードセンタ線電圧	1	1	③	-	非常用ロードセンタ線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-			
		緊急用メータラ線電圧	1	1	③	-	緊急用メータラ線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-			
		SA-ロードセンタ線電圧	1	1	③	-	緊急用ロードセンタ線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-			
		原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器内放射線モニタ (ドライウエル)	2	2	①	-	-	【エア放線モニタ】	18	0	0	0	エア放線モニタの上昇より代替監視可能
				格納容器内放射線モニタ (サブプレッシャ)	2	2	①	-	-	【エア放線モニタ】	18	0	0	0	エア放線モニタの上昇より代替監視可能
				原子炉格納容器内の放射線量率	1	0	①	-	-	静的熱媒式水素処理装置入口温度 静的熱媒式水素処理装置出口温度 静的熱媒式水素処理装置出口流量	2	2	2	2	静的熱媒式水素処理装置入口温度及び静的熱媒式水素処理装置出口温度の異常により原子炉格納容器内の放射線量率を確認する

設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	補助パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	評価	SBO
			計器数	SBO影響				計器数	SBO影響			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 c. サプレッション・プール本位制御装置による蒸気注入	原子炉格納容器内 の放射線 量率	格納容器蒸気放熱モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器蒸気放熱モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	-	格納容器蒸気放熱モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 の監視 AM設備作 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧 力容器内 の温度	4	4	①	-	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
			4	4	①	-	原子炉圧力 (S/A) (常設)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
操作 (2/3)	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・プールの水位	1	1	①	-	原子炉圧力 (S/A) (常設)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	原子炉圧力 (S/A) (常設)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	補助パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	評価	SBO
			計器数	SBO影響				計器数	SBO影響			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 c. サプレッション・プール本位制御装置による蒸気注入	原子炉格納容器内の放射線 量率	格納容器蒸気放熱モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器蒸気放熱モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
			2	2	①	-	格納容器蒸気放熱モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 の監視 AM設備作 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧 力容器内 の温度	4	4	①	-	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
			4	4	①	-	原子炉圧力 (S/A) (常設)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
操作 (2/3)	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・プールの水位	1	1	①	-	原子炉圧力 (S/A) (常設)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認
			1	1	①	-	原子炉圧力 (S/A) (常設)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内蒸気放熱率レベルを計測することであり、監視項目は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン ト)「放出」 AM設備別操作手順書	補機監視機能	薬液タンク圧力	1	1	1	1	③	サブプレッショ ン・プールの水D H制御設備の状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-
			1	1	1	1	③	-	-	-	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	評価																		
				直後	負荷切り離し後							計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO													
																		直後	負荷切り離し後											
手動の操作要領書(シビア 「放出」) AM設備別操作要領書 (PCS: 図解手帳) 各種作 業)による格納容器への 注水	原子炉格納 容器内の温 度	ドライウエル温度 (S A)	7	7	7	7	①	サブプレッショ ン・プールの水D H制御設備の状 態を確認するパ ラメータ	2	2	2	2	部分的に注水格納容器内の温度を計測することが できない、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認																
			2	2	2	2	①	サブプレッショ ン・プールの水D H制御設備の状 態を確認するパ ラメータ	2	2	2	2	格納容器/圧力の関係から、ドライウエル圧力 (S A) により代替監視可能																	
			2	2	2	2	①	サブプレッショ ン・プールの水D H制御設備の状 態を確認するパ ラメータ	2	2	2	2	格納容器/圧力の関係から、サブプレッショ ン・プールの水D H制御設備の状 態を確認するパ ラメータにて確認																	
		注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水														
																	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	
																	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水
																	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水	注水

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SDI
対応手段 異常時運転手 継ぎ目 (シブ アークシブ) ト) (除熱-1) 等 AM設置列機 作手順書	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	-	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系統格納容器レベション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	-	代替格納容器水位 西側格納容器水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル圧力	代替格納容器水位、西側格納容器水位、設備水位の水位変化より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 ドライウエル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SDI
対応手段 異常時運転手 継ぎ目 (シブ アークシブ) ト) (除熱-1) 等 AM設置列機 作手順書	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	1	1	①	-	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可動ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系統格納容器レベション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	-	代替格納容器水位 西側格納容器水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル圧力	代替格納容器水位、西側格納容器水位、設備水位の水位変化より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能 ドライウエル圧力とサブプレッション・チェンバ圧力の差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	2	2	①	-	-	サブプレッション・チェンバ温度	サブプレッション・チェンバ温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	①	-	-	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 離脱III (シビアアク シデント) I除熱-1J 等 AM設備別操 作手順書 別 冊 第 III 巻 (3/2)	M/C 2 C電圧	1	1	1	③	③ 非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	P/C 2 C電圧	1	1	1	③	③ 非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	M/C 2 D電圧	1	1	1	③	③ 非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	P/C 2 D電圧	1	1	1	③	③ 非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	③ 緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	③ 緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	③ 直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	1	③	③ 直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-
	緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	1	③	③ 直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-

①：直観監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				SBO																													
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後		SBO影響 負荷切り離し後																												
監視 項目 1.7.1 1.7.2 1.7.3 1.7.4	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	1	1	1	①	① 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	-	-	-	-	-	-																											
														監視 項目 1.7.1 1.7.2 1.7.3 1.7.4	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	1	1	1	①	① 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	-	-	-	-	-	-													
																												監視 項目 1.7.1 1.7.2 1.7.3 1.7.4	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	1	1	1	①	① 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等	-	-	-	-	-

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	評価	計器故障等	SBO		
非常時運転手 処置Ⅲ(シビア アクシデント) #除熱-1J 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線 モニタ(D/W)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニ タ(S/C)	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		格納容器雰囲気放射線 モニタ(S/C)	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニ タ(D/W)	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合器動作 監視装置	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の水 位	サブプレッション・ブール水位	1	1	①	-	サブプレッション・ブール水位	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		格納容器内 の水 位	1	1	①	-	格納容器内水位	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	操作 (- 3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合器動作 監視装置	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	操作 (- 3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合器動作 監視装置	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価				
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数			SBO影響 直後 負荷切り離し後			
原子炉建屋 内の放射線 量率	原子炉建屋 内の放射線 量率	原子炉建屋放射線モニタ(D/W)	2	2	①	-	原子炉建屋放射線モニタ(S/C)	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉建屋放射線モニタ(S/C)	2	2	①	-	原子炉建屋放射線モニタ(D/W)	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合器動作 監視装置	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の水 位	サブプレッション・ブール水位	1	1	①	-	サブプレッション・ブール水位	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		格納容器内 の水 位	1	1	①	-	格納容器内水位	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	操作 (- 3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合器動作 監視装置	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	操作 (- 3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合器動作 監視装置	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	①	-	低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(常設ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用) 低圧代管注水系統原子炉注水 配管(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・チェ ンバ圧力	1	1	1	1	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		ドライウエル蒸気温度	8	8	8	8	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度	2	2	2	2	2	2	2	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・プ ール水温度	3	3	3	3	3	3	3	3	3	サブプレッジョン・プール水温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度	2	2	2	2	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		ドライウエル圧力 (S A)	7	7	7	7	7	7	7	7	直接的に格納容器内の圧力を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・プ ール水温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	サブプレッジョン・プール水温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能 監視事項は主 要パラメータ にて確認
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能 監視事項は主 要パラメータ にて確認
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アラウンドア ン「燃熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッジョン・プ ール水温度 (S A)	2	2	2	2	2	2	2	2	サブプレッジョン・プール水温度の 温度変化によりサブプレッジョン・ チェンバ蒸気温度の代替監視可 能 監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度 (S A)	1	0	0	0	1	0	0	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は主 要パラメータ にて確認
		格納容器水素濃度 (S A)	1	0	0	0	1	0	0	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測するこ とができ、監視可能 監視事項は主 要パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	内容	①重要監視パラメータ					②有効監視パラメータ					計器設備等	評価
		計器数	直接	監視回り無し	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	直接	監視回り無し	計器設備等		
対応手段 事故時操作要領書（シニア 7版） 原子炉格納容器監視 用シニア監視要領書（第2版） 用シニア格納容器の異常発生 要領書	原子炉格納 容器の 監視	格納容器破砕直度 【格納容器破砕直度】	1	0	0	③	格納容器破砕直度 (S/A)	1	0	0	格納容器破砕直度計	直接的に格納容器内破砕直度を計測すること が、監視可能。	
		格納容器説明気放射線モニタ （ドワイウェル）	2	2	1	③	格納容器説明気放射線モニタ（ド ワイウェル）	2	2	1	格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）又は 格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）の検出 結果により、格納容器破砕直度の 代替監視可能。	格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）又は 格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）の検出 結果により、格納容器破砕直度の 代替監視可能。	
		ドワイウェル圧力 (S/A)	2	2	2	③	ドワイウェル圧力 (S/A)	2	2	2	ドワイウェル圧力 (S/A) 又はアップレクション・ チェンバ（圧力） (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	ドワイウェル圧力 (S/A) 又はアップレクション・ チェンバ（圧力） (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	
		アップレクション・チェンバ圧力 (S A)	2	2	2	③	アップレクション・チェンバ圧力 (S A)	2	2	2	アップレクション・チェンバ圧力 (S/A) 又はドワイウェル 圧力 (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	アップレクション・チェンバ圧力 (S/A) 又はドワイウェル 圧力 (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	
		格納容器破砕直度 (S A)	1	0	0	③	格納容器破砕直度	1	0	0	格納容器破砕直度計	直接的に格納容器内破砕直度を計測すること が、監視可能。	
		格納容器説明気放射線モニタ (S A)	2	2	1	③	格納容器説明気放射線モニタ（ド ワイウェル）	2	2	1	格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）又は 格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）の検出 結果により、格納容器破砕直度の 代替監視可能。	格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）又は 格納容器説明気放射線モニタ（ドワイウェル）の検出 結果により、格納容器破砕直度の 代替監視可能。	
		ドワイウェル圧力 (S/A)	2	2	2	③	ドワイウェル圧力 (S/A)	2	2	2	ドワイウェル圧力 (S/A) 又はアップレクション・ チェンバ（圧力） (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	ドワイウェル圧力 (S/A) 又はアップレクション・ チェンバ（圧力） (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	
		アップレクション・チェンバ圧力 (S A)	2	2	2	③	アップレクション・チェンバ圧力 (S A)	2	2	2	アップレクション・チェンバ圧力 (S/A) 又はドワイウェル 圧力 (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	アップレクション・チェンバ圧力 (S/A) 又はドワイウェル 圧力 (S/A) により、格納容器の格納容器内 破砕直度を監視可能。	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデンスト)「除熱-1」等AM設備別操作手順書 最終レビューの確保 ③ / ③	最終レビューの確保 ①	フィルタ装置スクラピ	1	1	1	1	フィルタ装置スクラピ温度	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラピ温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置スクラピ	1	1	1	1	ドライエール圧力	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器逃がし装置の健全性を代替監視可能	
		フィルタ装置スクラピ	1	1	1	1	サプレッション・チェンバ圧力	1	1		
		フィルタ装置スクラピ	1	1	1	1	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	2	2	1	1		2	1		
フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	0	0	0	格納容器内水素濃度(S.A)	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

設備の相違
【柏崎 6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価	
	分類	計器名称	計器数	直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数		直後
対応手段 非常時運転手 明瞭III(シビ アアクシデン ト) (除熱-1) 等 AM設置別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	低圧代替注水系原子炉注水配 管(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配 管(常設ライン(非常用)) 低圧代替注水系原子炉注水配 管(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配 管(可搬ライン(非常用)) 低圧代替注水系格納容器ス プレッション・プールの水位 低圧代替注水系格納容器下 部注水量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水配 管(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配 管(常設ライン(非常用)) 低圧代替注水系原子炉注水配 管(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配 管(可搬ライン(非常用)) 低圧代替注水系格納容器ス プレッション・プールの水位 低圧代替注水系格納容器下 部注水量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水配 管、 低圧代替注水系格納容器スプレ ッション・プールの水位の代替 監視 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
判断 標準 (2) (2)	原子炉格 納容器内 の水位	低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水量の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替 監視 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水量の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替 監視 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
判断 標準 (2) (2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドラライケル圧力	8	8	①	-	ドラライケル圧力	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェン ネル温度	2	2	①	-	サブプレッション・チェン ネル温度	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
判断 標準 (2) (2)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェン ネル温度	3	3	①	-	サブプレッション・チェン ネル温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェン ネル温度	3	3	①	-	サブプレッション・チェン ネル温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：補助パラメータ

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	抽出パラメータ SBO影響 直後	抽出パラメータ SBO影響 直後	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱（現場操作） a. (c) フィルタ装置スクラビング水補給 AM設備明操作手順書	最終ヒーティングの確保	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置水位	2	2	①	①	-	-	-	-
			フィルタ装置水位	2	2	①	①	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
		計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器故障等	SDI		
1.7.0.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 交差動力燃焼試験中である場合の対応手順 a. 格納容器圧力急がし試験による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現用操作) (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換 AM設置別編 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	①	1	1	1	1	定期的に格納容器内圧力を計測することであり、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	①	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力を計測することであり、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェンバ ン圧力	1	1	1	1	①	2	2	2	2	2	定期的な格納容器内圧力を計測することであり、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	8	①	1	1	1	1	定期的な格納容器内圧力を計測することであり、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェンバ ン雰囲気温度	2	2	2	2	①	3	3	3	3	3	定期的な格納容器内圧力を計測することであり、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格納容器内の水素濃度 (S A)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	2	0	0	2	0	0	監視可能であり、格納容器内水素濃度の代換監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	②	1	1	1	1	1	1	監視可能であり、格納容器内水素濃度の代換監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項
 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器位置	計器種類	監視項目	監視項目は抽出パラメータにて確認
			計器数	位置	負荷切離し後	パラメータ分類	計器数	位置					
社会事故 NIM(定期点検) 作手誤差	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	1	①	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	1	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル管内温度	8	8	①	1	1	①	ドライウェル管内温度	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ管内温度	2	2	①	2	2	①	サブプレッション・チェンバ 管内温度	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		【格納容器内水素濃度】	2	0	②	2	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S/W)	2	2	①	2	2	①	格納容器内酸素濃度 (S/W)	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		【格納容器内酸素濃度】	2	0	①	2	0	①	【格納容器内酸素濃度】	2	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	
		【格納容器内水素濃度】	2	0	②	2	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視項目は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価			
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
対応手段 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保 操作 (2 / 2)	残留熱除去系系流量	2	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブプレッジョン・プールの水温 ドラウアウトセル雰囲気温度 サブプレッジョン・チェンバール雰囲気温度	2 3 8 2	2 3 8 2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブプレッジョン・プール水温度、ドラウアウトセル雰囲気温度、サブプレッジョン・チェンバール雰囲気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後【負荷切り直し後】	計器数	直後【負荷切り直し後】		
1.7.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (3) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (4) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (5) 全炉稼働時監視装置の稼働確認 (6) フィルタ装置内の不活性ガス(窒素)置換	原子炉格納容器内の過圧	ドライウエルの圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	サブプレッション・チェンバールの圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	①	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内水蒸気濃度	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(S/C)	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(S/A)	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(S/A)	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(S/A)	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能
	原子炉格納容器内の過圧	格納容器内放射線モニタ(S/A)	2	0	②	0	0	監視可能 監視事項は油圧計器により監視可能 【注】監視事項は油圧計器により監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(現場操作) (f) フィルタ装置スクラビング水移送 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィル タ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	-
操作	最終ヒー トシンク の確保	フィルタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィル タ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置入口水素 濃度	2	0	0	①	2	0	0	2	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化 により代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1～1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障等		SBO	
			計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		
1.8.2.1 原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM設備別操作手順書 (AWC)による下部注水 (注水)	原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順	原子炉格納容器内空気放射線レベル	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内放射線レベル	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内温度	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障等		SBO	
			計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		
1.8.2.1 ベンダスタル(ドライウェル部)の床面に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 (1) ベンダスタル(ドライウェル部)への注水 a. 格納容器下部注水系(常設)によるベンダスタル(ドライウェル部)への注水 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM設備別操作手順書 (AWC)による下部注水 (注水)	原子炉格納容器内放射線レベル	格納容器内空気放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器故障等		SBO	
			計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後		
1.8.2.1 ベンダスタル内に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 (1) ベンダスタル(ドライウェル部)への注水 a. ベンダスタル注水系(常設)によるベンダスタル内への注水 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM設備別操作手順書 (AWC)による下部注水 (注水)	原子炉格納容器内放射線レベル	格納容器内空気放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ	2	2	0	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO 影響		評価
			計器数	直後				区分1直前直後 を致命した割合	区分2直前直後 を致命した割合	
対処手段 非常警報発生時 (シビアアクシデント) AM 設備別操作手順書 【注水】による下部 D/W 注水】	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
計器故障等	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
計器故障等	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO 影響		評価
			計器数	直後				区分1直前直後 を致命した割合	区分2直前直後 を致命した割合	
対処手段 非常警報発生時 (シビアアクシデント) AM 設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
計器故障等	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO 影響		評価
			計器数	直後				区分1直前直後 を致命した割合	区分2直前直後 を致命した割合	
対処手段 非常警報発生時 (シビアアクシデント) AM 設備別操作手順書 【注水】による下部 D/W 注水】	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
計器故障等	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	①	3	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料棒) 原子炉圧力 (燃料棒)	3	3	原子炉圧力から原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測を行うこと が、監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	ハラムメータ 分類	SBO影響		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後			計器名称	計器数	計器数	直後		計器故障等
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BIV」初期 AM 設備別操作手順書 (MRC による下部D/W 注水)	原子炉格 納容器内 の水素濃 度 制御棒の 位置	格納容器内水素濃度	2	0	①	①	①	2	2	2	2	定期的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能 監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		格納容器内水素濃度(SA)	2	2	①	①	①	2	0	0	0	定期的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能 監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		「BIV」初期	1	1	②	②	②	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		AM 設備別操作手順書 (MRC による下部D/W 注水)	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		M/C 電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		M/C D 電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
判別 異常 ② / ③	水源の検 査	1	1	①	①	①	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	ハラムメータ 分類	SBO影響		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後			計器名称	計器数	計器数	直後		計器故障等
非常時運転手 順書 III (シビ アアクシデン ト) 「注水 - 3 aj」等 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	③	③	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
判別 異常 ② / ③	水源の検 査	1	1	①	①	①	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	ハラムメータ 分類	SBO影響		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価	
			計器数	直後			計器名称	計器数	計器数	直後		計器故障等
非常時運転手 順書 III (シビ アアクシデン ト) 「注水 - 3 a」 AM設備別操 作手順書 「注水 - 3 b」 による 下部D/W注水	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉内水素濃度 (SA)	1	1	①	①	①	1	1	1	1	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
判別 異常 ② / ③	水源の検 査	1	1	①	①	①	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラムメータにて確認	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） の監視 M1 設備監視手帳書 （運転による下部炉 心注水）	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	①	2	2	2	2	2	1	1
		サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバ ー圧力	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3
		格納容器下部水位	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） の監視 M1 設備監視手帳書 （運転による下部炉 心注水）	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウエル圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	
		サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	
		ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	①	8	8	8	8	8	8	8	
		サブプレッション・チェ ンバ温度	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	
		サブプレッション・プ ール温度	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	
		格納容器下部水位	5	5	5	①	5	5	5	5	5	5	5	
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） の監視 M1 設備監視手帳書 （運転による下部炉 心注水）	原子炉格 納容器内 の注水量	ドライウエル圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	
		サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	
		ドライウエル雰囲気 温度	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	
		サブプレッション・チェ ンバ温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	
		サブプレッション・プ ール温度	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	
		格納容器下部水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処のための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	計器故障等		SBO
		計器数	直後	計器数	直後					計器故障等	SBO	
事故時運転手 (シフト交代) AM設備別操作手順書 (前号による下部 04 注水) 多岐な「ガード対応手 順」 (「前号による注水 (デブリ冷却)」)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	1	0	0	—	0	2	ユーリア放射線モニタ	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	1	0	0	—	0	2	ユーリア放射線モニタ	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	0	—	1	原子炉格納容器下部注水流量	原子炉格納容器下部注水流量の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	4	4	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水温度	原子炉格納容器下部注水温度の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	3	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水圧力	原子炉格納容器下部注水圧力の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水圧力	原子炉格納容器下部注水圧力の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水圧力	原子炉格納容器下部注水圧力の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水圧力	原子炉格納容器下部注水圧力の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水圧力	原子炉格納容器下部注水圧力の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水圧力	原子炉格納容器下部注水圧力の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	計器故障等		SBO
		計器数	直後	計器数	直後					計器故障等	SBO	
非常時運転手 (シフト交代) AM設備別操作手順書 (「注水 - 3」 a) 等) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	10	10	0	—	—	0	10	原子炉格納容器下部注水流量	原子炉格納容器下部注水流量の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	2	2	原子炉格納容器下部注水温度	原子炉格納容器下部注水温度の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	0	—	1	原子炉格納容器下部注水圧力	原子炉格納容器下部注水圧力の異常により監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	計器故障等		SBO
		計器数	直後	計器数	直後					計器故障等	SBO	
事故時運転手 (シフト交代) AM設備別操作手順書 (「注水 - 3」 a) 等) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	サブプレッシャー・チェンバ 圧力 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	7	7	7	7	—	0	7	プライウエル温度 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	ベグスタル温度 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	プライウエル圧力 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	サブプレッシャー・チェンバ 圧力 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	7	7	7	7	—	0	7	プライウエル温度 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	ベグスタル温度 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	サブプレッシャー・チェンバ 圧力 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	ベグスタル温度 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	—	0	2	サブプレッシャー・チェンバ 圧力 (SA)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 区分I直高電圧 を発生した場合			計器数	SBO影響 区分II直高電圧 を発生した場合		
運転時監視 AM設備別操作手順書 「燃料車による下部 注水」 AM設備別操作手順書 「燃料車による注水 (プアリ初期)」	原子炉圧力	3	1	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認
	原子炉圧力格納容器内の圧力					原子炉圧力格納容器内の圧力	1	1	1	監視項目は主要な パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手 手順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-3 」等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3/3)	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	
		原子炉水位(広帯域)	2	2		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位(燃料域)	2	2		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
		サブプレッシャ・チェンバ 内の圧力	3	3	①	サブプレッシャ・チェンバ 内の圧力	3	3	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

東海第二発電所 (2018.9.18版)

島根原子力発電所 2号炉

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
AM設備別操作 手順書 「注水-3」 AM設備別操作 手順書 「注水-3」 AM設備別操作 手順書 「注水-3」	水源の確 保 (3/3)	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	
		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1		低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	
		原子炉水位(広帯域)	2	2		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位(燃料域)	2	2		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	
		サブプレッシャ・チェンバ 内の圧力	3	3	①	サブプレッシャ・チェンバ 内の圧力	3	3	0	

備考

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	①重要監視パラメータを計測する計器				②補助パラメータ				計器名称	計器数	直後	異常発生後	SBO
		分類	計器名称	計器数	ハタメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後					
事故時操作要領書 (シビアアクシデント) 【注水-3.8】 【注水-3.9】 AMC設備別操作要領書 (注水-3.8)による ベアムタの注水)	補機監視機能	低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	2	2	①	—	—	低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	1	1	1	1	—
	※ (2) (3)	本機の補機	低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	1	1	1	①	—	—	低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	0	0	0
		代替注水流量 (確認)							代替注水流量 (確認)	1	1	1	1	—
		原子炉水位 (圧力検) 原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2				原子炉水位 (圧力検) 原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	—
		原子炉水位 (S/A)	1	1	1				原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	—
		サブプレッション・プールの水 位 (S/A)	1	1	1				サブプレッション・プールの水 位 (S/A)	1	1	1	1	—
		低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	0	0				低圧原子炉代替注水ポンプ 出口圧力	2	0	0	0	—

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違