

重大事故等対処に係る監視事項
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		抽出パラメータ 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		評価	SBO
			直後	負荷切り離し後			計器数	抽出パラメータ 分類理由		
1.5.5.1. 原子力発電所運転時における監視事項 (1) 異常発生時の監視事項 (2) 異常発生時の監視事項 (3) 異常発生時の監視事項 (4) 異常発生時の監視事項 (5) 異常発生時の監視事項 (6) 異常発生時の監視事項 (7) 異常発生時の監視事項 (8) 異常発生時の監視事項 (9) 異常発生時の監視事項 (10) 異常発生時の監視事項 (11) 異常発生時の監視事項 (12) 異常発生時の監視事項 (13) 異常発生時の監視事項 (14) 異常発生時の監視事項 (15) 異常発生時の監視事項	重大事故等対処に係る監視事項	原子炉冷却系圧力	2	2	①	—	原子炉冷却系圧力計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系温度	1	1	①	—	原子炉冷却系温度計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	3	3	①	—	原子炉冷却系流量計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系圧力	1	1	①	—	原子炉冷却系圧力計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系温度	1	1	①	—	原子炉冷却系温度計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	①	—	原子炉冷却系流量計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系圧力	1	1	①	—	原子炉冷却系圧力計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系温度	1	1	①	—	原子炉冷却系温度計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	①	—	原子炉冷却系流量計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系圧力	1	1	①	—	原子炉冷却系圧力計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系温度	1	1	①	—	原子炉冷却系温度計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	①	—	原子炉冷却系流量計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系圧力	1	1	①	—	原子炉冷却系圧力計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系温度	1	1	①	—	原子炉冷却系温度計	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却系流量	1	1	①	—	原子炉冷却系流量計	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		抽出パラメータ 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		評価	SBO
			直後	負荷切り離し後			計器数	抽出パラメータ 分類理由		
非常時運転 手順書 II (徴候ベ ース) P/CV 圧力 制御 AM 設備別 操作手順書	最終ヒートシンクの確保 補機監視機能	耐圧強化ベント系の放射線モニタ	2	2	①	—	耐圧強化ベント系の放射線モニタ	—	—	—
		計器用空気系統圧力	2	0	③	耐圧強化ベント系の運転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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数		抽出パラメータ 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		評価	SBO
			直後	負荷切り離し後			計器数	抽出パラメータ 分類理由		
1.5.5.1. 原子力発電所運転時における監視事項 (1) 異常発生時の監視事項 (2) 異常発生時の監視事項 (3) 異常発生時の監視事項 (4) 異常発生時の監視事項 (5) 異常発生時の監視事項 (6) 異常発生時の監視事項 (7) 異常発生時の監視事項 (8) 異常発生時の監視事項 (9) 異常発生時の監視事項 (10) 異常発生時の監視事項 (11) 異常発生時の監視事項 (12) 異常発生時の監視事項 (13) 異常発生時の監視事項 (14) 異常発生時の監視事項 (15) 異常発生時の監視事項	重大事故等対処に係る監視事項	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計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	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圧力	2	2	①	—	原子炉格納容器内の圧力計	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 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	SBO
非常時運転手 手順書II (機係ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	最終ヒ- トシンク の確保	フィルタ装置圧力	1	1	ドライウェル圧力 サブレーション・チェンバ 圧力	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格 納容器過熱がし装置の健全性を代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置ス克拉 ピング水温度	1	1	フィルタ装置ス克拉ピング 水温度	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置ス克拉ピング水温度により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置出口放 射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	2 1	2 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

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	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	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
非常時運転手 手順書II (機係ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	最終ヒ- トシンク の確保	フィルタ装置圧力	1	1	ドライウェル圧力 サブレーション・チェンバ 圧力	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格 納容器過熱がし装置の健全性を代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置ス克拉 ピング水温度	1	1	フィルタ装置ス克拉ピング 水温度	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ 装置ス克拉ピング水温度により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		フィルタ装置出口放 射線モニタ(高レン ジ・低レンジ)	2 1	2 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

・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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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				
	分類	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
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(空流動力電源喪失時の場合) a. 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(現場操作) (b) フィルタ装置スクラッピング水補給	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置水位	2	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置水位	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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		抽出パラメータ分類理由	補助パラメータ分類理由	パラメータ分類	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	
				直後	負荷切り離し後						直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 事故時操作要領書(備後ベース) 「PCV圧力制御」 AM設備別操作手順書 「相圧減化ベントによる格納容器ベント」	操作 2 3	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	-	-	サプレッション・プール水位(SA)	1	1	1	1	1	0
								代替注水流量(常設)、低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量(低圧減化ベントによる格納容器ベント)、低圧原子炉代替注水流量(低圧減化ベントによる格納容器ベント)、低圧原子炉代替注水流量(低圧減化ベントによる格納容器ベント)	2	2	2	2	2	2
								低圧原子炉代替注水流量(低圧減化ベントによる格納容器ベント)	2	2	2	2	2	
								低圧原子炉代替注水流量(低圧減化ベントによる格納容器ベント)	2	2	2	2	2	
								低圧原子炉代替注水流量(低圧減化ベントによる格納容器ベント)	1	1	1	1	1	
								【サプレッション・プール水位】	2	2	2	2	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	計器故障等	SBO
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	1	1	1	1	1	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	サブプレッション・チェンバ	2	2	2	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		
操作(1/2)	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル温度	8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	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	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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	2	2	2	2	2	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	
原子炉格納容器内の水蒸気度	原子炉格納容器内の水蒸気度	原子炉格納容器内の水蒸気度	2	0	①	原子炉格納容器内の水蒸気度	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内の水蒸気度(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水蒸気度	2	0	②	原子炉格納容器内の水蒸気度	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内の水蒸気度(常用計器)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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	計器故障等	SBO	
原子炉格納容器内の水蒸気度	原子炉格納容器内の水蒸気度	原子炉格納容器内の水蒸気度	2	2	1	①	原子炉格納容器内の水蒸気度	2	0	0	0	監視可能であれば格納容器内の水蒸気度(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水蒸気度	2	2	①	原子炉格納容器内の水蒸気度	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内の水蒸気度(常用計器)により代替監視可能	
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	0	監視可能であれば格納容器内の圧力(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	2	2	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内の圧力(常用計器)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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
対峙手段 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内酸濃度	格納容器内酸濃度 (SA)	2	0	0	①	格納容器内酸濃度 (SA) の解析結果により格納容器内酸濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸濃度 (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		
	操作 (2 / 2)	[格納容器内酸濃度]	2	0	0	②	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系原子炉注入流量 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	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	代替循環冷却系原子炉注入流量	2	2	2	①	サブプレッジョン・プールの水温度 ドライウェル圧力 サブプレッジョン・チェンバ圧力	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・プールの水温度、ドライウェル圧力、サブプレッジョン・チェンバ圧力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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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		
		計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SDI影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
対峙手段 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内酸濃度	格納容器内酸濃度 (SA)	2	0	0	①	格納容器内酸濃度 (SA) の解析結果により格納容器内酸濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッジョン・チェンバ圧力により、事故後の格納容器内の空気 (酸素) の流入の有無により、水素爆発の可能性を把握可能 監視可能であれば格納容器内酸濃度 (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		
	操作 (2 / 2)	[格納容器内酸濃度]	2	0	0	②	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系原子炉注入流量 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	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	代替循環冷却系原子炉注入流量	2	2	2	①	サブプレッジョン・プールの水温度 ドライウェル圧力 サブプレッジョン・チェンバ圧力	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・プールの水温度、ドライウェル圧力、サブプレッジョン・チェンバ圧力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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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		
	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
1.5.2.1 フロントライオン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク(大気)への代替熱輸送(交流動力電源喪失時の場合) a. 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(現場操作) (d) フィルタ装置内の不活性ガス(窒素)置換											
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 ドライウエル蒸気温度 【ドライウエル圧力】	1 8 2	1 8 0	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 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 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	監視事項は抽出パラメータにて確認
判断基準(1/2)	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 【サブプレッション・チェンバ 圧力】	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 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 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
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 【格納容器内水素濃 度】	2	0	①	-	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(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
			2	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 分類理由	抽出パラメータ 分類	負荷切り離し後 SBO影響	計器数	計器名称	抽出パラメータ 分類理由	評価			
				直後	負荷切り離し後							計器故障等	SBO		
原子炉格納容器内の水素濃度		サブプレッション・プールの水	1	1	①	-			2	格納容器サブプレッ シ ョ ン・ プ ー ル 水 位	格納容器内水素濃度 【格納容器内水素濃度】	2	2	直接的に格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能 監視可能であればサブプレッ シ ョ ン・ プ ー ル 水 位 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水素濃度		C-メータ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線の受電状態を 確認するパワメータ			1	C-メータ母線電圧					
原子炉格納容器内の水素濃度		D-メータ母線電圧	1	1	③	非常用低圧母線の受電状態を 確認するパワメータ			1	D-メータ母線電圧					
原子炉格納容器内の水素濃度		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用低圧母線のロードセン タの受電状態を確認する パワメータ			1	C-ロードセンタ母線電圧					
原子炉格納容器内の水素濃度		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用高圧母線のロードセン タの受電状態を確認する パワメータ			1	D-ロードセンタ母線電圧					
原子炉格納容器内の水素濃度		緊急用メータ母線電圧	1	1	③	緊急用メータの受電状態を 確認するパワメータ			1	緊急用メータ母線電圧					
原子炉格納容器内の水素濃度		SA-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	SA-ロードセンタの受電状態を 確認するパワメータ			1	SA-ロードセンタ母線電圧					

・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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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				評価
		分類	計器名称	計器数	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	
判断基準 (2/2/2)	AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の酸素濃 度	格納容器内 (S.A)	2	0	格納容器内酸素濃度 計器	2	2	格納容器内酸素濃度計器の故障により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	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	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	フィルタ装置入口水素濃度計器	2	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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
操作		最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置入口水素濃度	1	1	フィルタ装置入口水素濃度計器	1	1	格納容器内酸素濃度計器の故障により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	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	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	フィルタ装置入口水素濃度計器	2	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	監視項目	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	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	
判断基準 (2/2/2)	AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の酸素濃 度	格納容器内 (S.A)	2	0	格納容器内酸素濃度 計器	2	2	格納容器内酸素濃度計器の故障により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	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	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	フィルタ装置入口水素濃度計器	2	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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
操作		最終ヒートシンクの確保	フィルタ装置入口水素濃度	1	1	フィルタ装置入口水素濃度計器	1	1	格納容器内酸素濃度計器の故障により格納容器内酸素濃度の代替監視可能	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	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	フィルタ装置入口水素濃度計器	2	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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

・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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力速出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) (e) フィルタ装置スクラビング水移送	最終ヒートシンクの確実	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	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
	フィルタ装置スクラビング水の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確実	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	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
	フィルタ装置スクラビング水の確保	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
				直後	SBO影響 負荷切り離し後							
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) a. 格納容器圧力速出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) (e) フィルタ装置スクラビング水移送	最終ヒートシンクの確実	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	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
		フィルタ装置スクラビング水の確保	フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確実	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	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
		フィルタ装置スクラビング水の確保	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	格納容器内水素濃度 (S/A)	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

・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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計器故障等		SR0	
		計器数	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	計器名称	計器故障等		
1.5.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (2) 最終ヒートシンク (大気) への代替熱輸送 (交流動力電源喪失時の場合) b. 耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現機操作)	非常時運転手 操作 (P C V圧力 制御)	原子炉格納容器内放熱器の放熱器温度	2	2	①	格納容器放熱器温度計 (S/C)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放熱器の放熱器温度	2	2	①	格納容器放熱器温度計 (D/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気射線レベルを計測することができ、監視可能
	AM設備別機 作手順書	原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	①	原子炉圧力 (S/A) (広帯域)	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
	別冊基準 (1 / 2)	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	1	1	①	原子炉圧力 (S/A) (広帯域)	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
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	1	1	①	原子炉圧力 (S/A) (広帯域)	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
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器内の温度	1	1	①	原子炉圧力 (S/A) (広帯域)	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
原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
	原子炉圧力容器内の温度	1	1	①	原子炉圧力 (S/A) (広帯域)	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	

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計器故障等		SR0	
		計器数	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	計器名称	計器故障等		
非常時運転手 操作 (P C V圧力 制御) 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 温度 (S/A)	2	2	①	—	サブプレッジョン・プール水 温度 (S/A)	2	2	サブプレッジョン・チェンバの温度変化により代替監視可能
		2	2	①	—	サブプレッジョン・チェンバ 圧力 (S/A)	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッジョン・チェンバ圧力 (S/A) により代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	—	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (S/A)	2	2	サブプレッジョン・プールの温度変化により代替監視可能
		7	7	①	—	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (S/A)	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
	スクラフ容器温度	8	8	①	—	スクラフ容器温度 (S/A)	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
		4	4	①	—	スクラフ容器温度 (S/A)	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
	スクラフ容器温度	4	4	①	—	スクラフ容器温度 (S/A)	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
		2	2	①	—	スクラフ容器温度 (S/A)	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

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		分組	監視理由	直後	負荷切り直し後	直後	負荷切り直し後	監視事項は抽出パラメータにて確認
			計器数	計器数							
非常時運転手順書 II (微候ベース)「PCV圧力制御」AM設備別操作手順書	電源	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	1	-	-	-	-
		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	1	-	-	-	-
別冊基準(2/2)	原子炉格納容器内の水位	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直電線の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-	-
		原子炉格納容器内の水位	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	SBO影響		分組	監視理由	計器数			SBO
				計器数	計器数			計器名称	計器数	計器名称	
非常時運転手順書 (微候ベース)「PCV圧力制御」AM設備別操作手順書 (FCV/Sスタックハバ動作)	監視監視機能	監視監視機能	スタックハバ容器水位	8	8	①	-	-	-	-	-
			スタックハバ容器水位	8	8	①	-	-	-	-	-
非常時運転手順書 (微候ベース)「PCV圧力制御」AM設備別操作手順書 (FCV/Sスタックハバ動作)	監視監視機能	監視監視機能	スタックハバ容器水位	8	8	①	-	-	-	-	-
			スタックハバ容器水位	8	8	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器						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	SDI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	SDI影響 直後	負荷切り離し後	計器数	評価	計器故障等	SB0
非常時運転手 順書II(激候 ベース) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	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濃度 [格納容器内の放射線濃度] 原子炉格納容器内の放射線濃度 [格納容器内の放射線濃度] 原子炉格納容器内の放射線濃度 [格納容器内の放射線濃度]	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	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	
			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	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	
操作 (1 / 3)	原子炉格納容器内の放射線濃度	原子炉格納容器内の放射線濃度	格納容器内放射線濃度	2	0	②	—	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	0	0	0	0	監視可能であれば格納容器内放射線濃度 (常用計器) により代替監視可能	—	
			格納容器内放射線濃度	2	0	②	—	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) 又は格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線濃度の代替監視可能	—	
			格納容器内放射線濃度	2	0	①	—	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	ドライウエル圧力又はサブプレッショングラフの流入の圧力により、事故後の格納容器内の空気の流入の有無により、放射線濃度の可能性を把握可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			格納容器内放射線濃度	2	0	②	—	格納容器内放射線濃度	2	0	0	0	監視可能であれば格納容器内放射線濃度 (常用計器) 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	計器数	SDI影響		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 計器名称	計器数	SDI影響		評価	SB0			
					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
異常監視	原子炉格納容器内の放射線濃度	①	格納容器内放射線濃度 (SA)	2	2	1	—	①	[格納容器内放射線濃度]	2	2	2	2	0	直接的に格納容器内放射線濃度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	
				2	2	1	—	①	[格納容器内放射線濃度]	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線濃度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
異常監視	原子炉格納容器内の放射線濃度	①	格納容器内放射線濃度 (SA)	2	2	2	—	①	[格納容器内放射線濃度]	2	2	2	2	2	0	直接的に格納容器内放射線濃度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
				2	2	2	—	①	[格納容器内放射線濃度]	2	2	2	2	2	2	0	直接的に格納容器内放射線濃度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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類	計器故障等	SBO
非常時運転手順書II(微候ベース) (PCV圧力制御) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内アル水位	1	①	直後	直後	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
				SBO影響 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	
	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 プレイン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流	1		直後	直後	計器故障等	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ン 流量、低圧代替注水系格納容器下 部注水流の注水量より、サブレッ ション・プールの水位の代替監視可 能
	代替淡水貯槽水位	1		直後	直後	計器故障等	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブレ ション・プール水位の代替監視可 能
	西側淡水貯槽水位	1		直後	直後	計器故障等	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブレ ション・プール水位の代替監視可 能
	ドライウェル圧力	1		直後	直後	計器故障等	ドライウェル圧力とサブレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サブ レッション・プールの水位の代替監視 可能
	サブレッション・チェンバ 圧力	1		直後	直後	計器故障等	ドライウェル圧力とサブレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サブ レッション・プールの水位の代替監視 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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		抽出パラメータの代替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 負荷切り離し後	計器数	計器故障等	SBO
				計器数	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類						
緊急時操作手順書(微候ベース) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書 [PCV圧力制御] [Sプレイン用] 原子炉実容積測定装置を 用いた格納容器フィルタベ ント系の流量が監視	操作	補機監視機能	第1ベントフィルタ出口水 計器電圧	直後	直後	計器数	計器故障等	格納容器内水素濃度変化により代替監視可能	①	0	1	計器故障等	監視事項は主要パラ メータにて確認
				SBO影響 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	計器故障等						
緊急時操作手順書(微候ベース) [PCV圧力制御] AM設備別操作手順書 [PCVSスクラパ水PH 調整] 原子炉実容積測定装置 [第1ベントフィルタスク ラパ水部への水補給]	操作	補機監視機能	スクラパ水調整圧力	直後	直後	計器数	計器故障等	原子炉格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器 フィルタベント系の流量を代替監視可能	①	4	2	計器故障等	監視事項は主要パラ メータにて確認
				SBO影響 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	計器故障等						

・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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 負荷切り直し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順Ⅱ(催候 ベース) 「PCV圧力 制御」 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	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 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(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	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	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 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
機 作 手 順 書 (3/2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気温 度	8	8	①	1	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
	最終ヒ ートシンク の確保	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	3	3	サブプレッション・プール水の 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 飽和温度/圧力の関係からサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサブプレ 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
		最終ヒ ートシンク の確保	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	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			
異常時運転手 手順Ⅱ(催候 ベース) 「PCV圧力 制御」 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	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 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(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
	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	1	1	①	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 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	監視事項は主 要パラメータ にて確認
機 作 手 順 書 (3/2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気温 度	8	8	①	1	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
	最終ヒ ートシンク の確保	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	3	3	サブプレッション・プール水の 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 飽和温度/圧力の関係からサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサブプレ ッション・チェンバ蒸気温度の代替監 視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		最終ヒ ートシンク の確保	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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		計器数	計器名称	計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後	計器故障等	評価	SRD	
		計器名称	分類	計器数	分類										計器数
1.5.2.9. 中央コントロール室からの対応手順 (1) 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順 (2) 緊急時運転手による冷却水の確保	知応手段 事故時操作要領書(巻録ベース) (P-CV/圧力制御) 原子力圧降対策手順書 予備式装置停働後放熱を促した熱交換器の運転ガス	原子炉格納容器内の温度	①	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	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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	①	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	1	1	1	原子炉格納容器内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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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		計器数	計器名称	計器数	負荷切り直し後	計器数	負荷切り直し後	計器故障等	評価	SRD
		計器名称	分類	計器数	分類									
知応手段 事故時操作要領書(巻録ベース) (P-CV/圧力制御) 原子力圧降対策手順書 予備式装置停働後放熱を促した熱交換器の運転ガス	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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	①	原子炉格納容器内の温度	①	2	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 順番Ⅱ (循環 ベース) 「S/P 速度 制御」等 非常時運転手 順番Ⅱ (停止 時置換ベ ス) 「停止時排 熱除去制御」 等 非常時運転手 順番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 トシンク の確保	緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器)	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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		計器名称	計器数	計器故障等	SBO							
											SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後					
対応手段 事故時操作要領書 (循環 ベース) 「PCV圧力制御」 原子力発電所対策手順書 「可搬式気源供給装置を使 用した格納容器の充塞ガス 置換」 原子力発電所 操作 (2 / 2)	原子力格納容 器	B-格納容器熱源濃度 [A-格納容器熱源濃度]	1	0	0	0	0	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
		格納容器熱源濃度 (SA)	1	0	0	0	0	0	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

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	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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.5.2.2 サポート系統断時の対応手順 b. 代替冷却系運転による停炉水の確保	非常時運転手 ベース 「S/P」温度 制御等	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	-	1	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	
非常時運転手 「停止時断線 熱除去制御」 等	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	-	3	3	サブプレッショ ン・プ ール水温度の 変化によりサブプレッショ ン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	
非常時運転手 「除熱-1」 等	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッショ ン・プ ール水温度	3	3	①	-	2	2	サブプレッショ ン・チェ ンバ蒸気温度の 変化によりサブプレッショ ン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	
非常時運転手 「除熱-1」 等	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	ドライウエル蒸気温度の 変化によりサブプレッショ ン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	
AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッショ ン・チェ ンバ蒸気温度	1	1	①	-	2	0	サブプレッショ ン・チェ ンバ蒸気温度の 変化によりサブプレッショ ン蒸気温度の代替監視可能 （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

第1表 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				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 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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	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	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器内 の温度の低下により、原子 炉格納容器内圧力の低下を 検知可能	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「S/P 温度 制御」等	電源		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	-	-	-	-	-
			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	-	-	-	-	-
			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	-	-	-	-	-
最終ヒートシンク の確保			最終ヒートシンク 系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-
			AM設備別操 作手順書									

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	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 直後
最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等	原子炉冷却器 器内の水位	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	
	C-メータクク自機電圧	1	1	③	緊急用P/C電圧の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	
	D-メータクク自機電圧	1	1	③	非常用高圧自機線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	
	C-ロードセンタ自機電圧	1	1	③	非常用高圧自機線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	
	D-ロードセンタ自機電圧	1	1	③	非常用高圧自機線の受電状態 を確認するパラメータ	-	-	
	緊急用メータクク電圧	1	1	③	緊急用メータククの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	
	SAロードセンタ自機電圧	1	1	③	SAロードセンタの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	
	計器故障等	計器故障等	計器数	計器数	計器数	計器故障等	計器故障等	計器故障等
	負荷切り離し後	負荷切り離し後	負荷切り離し後	負荷切り離し後	負荷切り離し後	負荷切り離し後	負荷切り離し後	負荷切り離し後
	1	1	1	1	1	1	1	1
2	2	2	2	2	2	2	2	
2	2	2	2	2	2	2	2	
1	1	1	1	1	1	1	1	
2	2	2	2	2	2	2	2	
0	0	0	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	
		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	計器故障等	SBO
1.5.2.3 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (1) 残留熱除去系海水系による冷却水の確保	原子炉圧力容器内の温度	①	-	原子炉圧力	2	原子炉圧力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容器温度より代替監視可能	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		
非常時運転手順書II (微候) [S/P温度制御]等	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力 (広帯域)	2		監視事項は抽出パラメータにて確認
				原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2		
非常時運転手順書II (停止) 時微候ベーク「停止時前機熱除去制御」等	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	1		監視事項は抽出パラメータにて確認
				原子炉圧力 (S.A.燃料域)	1		
非常時運転手順書III (シビ) アアクシデン「除熱-1」等	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	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
					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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	分類	計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	評価	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
								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	
異常時運転手順書II (微候) [S/P温度制御]等	原子炉圧力容器温度	①	4	4	原子炉圧力	2	原子炉圧力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容器温度より代替監視可能	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						
非常時運転手順書II (停止) 時微候ベーク「停止時前機熱除去制御」等	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力 (広帯域)	2		監視事項は抽出パラメータにて確認					
				原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2							
非常時運転手順書III (シビ) アアクシデン「除熱-1」等	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	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					
					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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	SPD影響		計器名称	計器数	SPD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		
非正常運転手 順書II (微熱 [S/P] 温度 制御)等	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	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
		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・プ ール水 温度	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 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
非正常運転手 順書III (停止 時 熱 係 ベー ス)等	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 雰囲気温度	2	2	2	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
		ドライウエル圧力	1	1	①	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル雰囲気温度により代替監視可能 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
非正常運転手 順書IV (シンビ アアクシデン ト)等	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	ドライウエル圧力	2	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
		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	1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
AM設備別操 作手順書											

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
										直後	負荷切り離し後
非正常運転手 順書II (微熱 [P/CV] 圧力制御) AM設備別操 作手順書 [副圧変化ベントによる格 納容器ベント]	原子炉格納容 器内の水圧 力(SA)	サブプレッション・プ ール水 圧力(SA)	1	1	0	代替圧水流量 (常設)	1	1	1	代替圧水流量 (常設)、格納容器内格納容器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主原パ ラメータにて確認
		サブプレッション・プ ール水 圧力(SA)	1	1	0	格納容器内格納容器内の圧力を計測すること で、監視可能	2	2	2	格納容器内格納容器内の圧力を計測すること で、監視可能	監視事項は主原パ 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	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	0	ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力 (S A) 又はベントスタル温度 (SA) により代替監視可能	監視事項は主原パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チ ェンバ 圧力 (SA)	2	2	0	ベントスタル温度 (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 でき、監視可能	監視事項は主原パ 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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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			
		計器数	計器名称	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器数	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	
非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「S/P温度制御」等 非常時運転手順書Ⅱ(停止時微候ベース)「停止時前線熱除去制御」等 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	原子炉格納容器内の温度	3	サブレーション・プール水温度	3	①	サブレーション・プール水温度	2	2	2	2	サブレーション・チェンバ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	残留熱除去系熱交換器入口温度	0	①	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	除熱系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
		最終ヒートシンクの確保	2	残留熱除去系熱交換器出口温度	0	①	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出口温度の差	3	3	3	3	残留熱除去系熱交換器の熱交換率評価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
	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系海水系系統流量	2	残留熱除去系海水系系統流量	0	①	残留熱除去系海水系系統流量	2	0	0	0	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
		残留熱除去系海水系系統流量	2	残留熱除去系海水系系統流量	0	-	残留熱除去系海水系系統流量	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
		残留熱除去系海水系系統流量	3	残留熱除去系海水系系統流量	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	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

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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			
		計器数	計器名称	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器数	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	
異常時運転手順書(微候ベース)「P/CV圧力制御」 AM設備別操作手順書「新圧力化システム」による格納容器ベント	原子炉格納容器内の温度	2	サブレーション・チェンバ温度(SA)	2	①	サブレーション・プール水温度(SA)	2	2	2	2	サブレーション・チェンバ温度(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	
		2	サブレーション・プール水温度(SA)	2	①	サブレーション・チェンバ圧力(SA)	2	2	2	2	格納容器/圧力の低下によるサブレーション・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	
	機作(3/3)	原子炉格納容器内の温度	2	サブレーション・プール水温度(SA)	2	①	サブレーション・チェンバ温度(SA)	2	2	2	2	サブレーション・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
		最終ヒートシンクの確保	7	ドライウェル温度(SA)	7	①	ベグスター温度(SA)	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ができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
最終ヒートシンクの確保	非常用ガス処理系排ガスモニタ	3	排ガス温度	0	③	排ガス温度	2	2	2	2	格納容器/圧力の低下による排ガス温度(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	

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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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、③補助パラメータ

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	抽出パラメータの有効監視パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器数	直後		
対応手段 緊急時操作要領書(原簿ベース)「IS」(温度制御)等 AMI稼働時操作要領書「移動式伝熱交換機設置による炉内水循環」 原子力発電所安全手順書「移動式伝熱交換機停止」 大規模事故対応要領書「最終ヒートシンク確保」(UHS S編)「」 「」 「」 「」 「」 「」 「」 「」 「」	電圧	C-メタタケ母線電圧	1	1	③	1	1	計器故障等	SD
		D-メタタケ母線電圧	1	1	③	1	1	計器故障等	SD
		C-ロードセンター母線電圧	1	1	③	1	1	計器故障等	SD
		D-ロードセンター母線電圧	1	1	③	1	1	計器故障等	SD
		緊急用メタタケ電圧	1	1	③	1	1	計器故障等	SD
		SAロードセンター母線電圧	1	1	③	1	1	計器故障等	SD
		RCWサージタンク水位	2	0	③	1	0	計器故障等	SD
		最終ヒートシンクの確保	2	0	③	1	0	計器故障等	SD
		移動式伝熱交換機設置ポンプ出力圧力	1	1	③	1	1	計器故障等	SD
		大型送水ポンプ出口圧力	1	1	③	1	1	計器故障等	SD

・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 align="center">第1表 重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等</p>	<ul style="list-style-type: none"> • 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 align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			
<p align="center">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</p>			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	記号	項目	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		
			計器数	計器名	注	計器数	計器名	注	計器数	計器名	注
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等	監視項目(監視項目)による対応手順 (1)炉内中間冷却器(炉内中間冷却器)による対応 (2)炉内中間冷却器(炉内中間冷却器)による対応	炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	1	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
1.5.1 重大事故等対処(炉内中間冷却器)による対応手順 (1)炉内中間冷却器(炉内中間冷却器)による対応 (2)炉内中間冷却器(炉内中間冷却器)による対応	監視項目(監視項目)による対応手順 (1)炉内中間冷却器(炉内中間冷却器)による対応 (2)炉内中間冷却器(炉内中間冷却器)による対応	炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧
		炉内中間冷却器(監視項目)	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧	2	炉内中間冷却器	炉内中間冷却器の電圧

・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	項目	項目	重要監視パラメータ			有効監視パラメータ			補助パラメータ			備考	
			計数	単位	検出	計数	単位	検出	計数	単位	検出		
監視項目 (1.5.2)	原子炉内温度 監視 (S/C監視)	燃料温度	2	℃	0	燃料温度監視	2	℃	0	燃料温度監視	2	℃	燃料温度監視は主監視パラメータにて監視
		燃料出口温度	2	℃	0	燃料出口温度監視	2	℃	0	燃料出口温度監視	2	℃	燃料出口温度監視は主監視パラメータにて監視
		燃料入口温度	2	℃	0	燃料入口温度監視	2	℃	0	燃料入口温度監視	2	℃	燃料入口温度監視は主監視パラメータにて監視
		燃料出口圧力	2	MPa	0	燃料出口圧力監視	2	MPa	0	燃料出口圧力監視	2	MPa	燃料出口圧力監視は主監視パラメータにて監視
	原子炉内圧力 監視	原子炉内圧力	2	MPa	0	原子炉内圧力監視	2	MPa	0	原子炉内圧力監視	2	MPa	原子炉内圧力監視は主監視パラメータにて監視
		原子炉出口圧力	2	MPa	0	原子炉出口圧力監視	2	MPa	0	原子炉出口圧力監視	2	MPa	原子炉出口圧力監視は主監視パラメータにて監視
		原子炉入口圧力	2	MPa	0	原子炉入口圧力監視	2	MPa	0	原子炉入口圧力監視	2	MPa	原子炉入口圧力監視は主監視パラメータにて監視
		原子炉出口圧力	2	MPa	0	原子炉出口圧力監視	2	MPa	0	原子炉出口圧力監視	2	MPa	原子炉出口圧力監視は主監視パラメータにて監視
		原子炉入口圧力	2	MPa	0	原子炉入口圧力監視	2	MPa	0	原子炉入口圧力監視	2	MPa	原子炉入口圧力監視は主監視パラメータにて監視
		原子炉出口圧力	2	MPa	0	原子炉出口圧力監視	2	MPa	0	原子炉出口圧力監視	2	MPa	原子炉出口圧力監視は主監視パラメータにて監視

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

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 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

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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, 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

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: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, 計器数, 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

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	パラメータ 分類	SBO影響			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後			区分1 直流電源 を喪失した場合	区分2 直流電源 を喪失した場合	計器数		
事故時運転操作手順書 (機令-ス)等 【P/CV圧力制御】等 M 設備別操作手順書 【M/C電圧によるP/CVス レイ】	原子炉格納 容器内の 水位	サブプレッション・チェンバ プールの水位	1	1	①	-	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/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	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認
運転 基準書 (2 / 2)	電源	M/C-D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	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ 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	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認
水漏れの検 査 保	水漏れの検 査 保	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)	1	1	①	-	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)	1	1	①	-	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

第1表 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	パラメータ 分類	SBO影響			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後			区分1 直流電源 を喪失した場合	区分2 直流電源 を喪失した場合	計器数		
非常時手順書 II (機令-ス) 【P/CV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	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	-	原子炉水位 (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
新 基準書 (2 / 5)	原子炉圧 力容器内 の水位	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)	1	1	①	-	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-A系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)	1	1	①	-	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)	1	1	1	低圧代替注水系流量(ORR-B系代 替注水流)の低下により代替 注水による格納容器内圧力(S/O)の 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

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	パラメータ 分類	SBO影響			計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	直後			区分1 直流電源 を喪失した場合	区分2 直流電源 を喪失した場合	計器数		
事故時運転操作手順書 (機令-ス) 【P/CV圧力制御】 【D/W温度制御】 AM設備別操作手順書 【A/CSS (常設)による格 納容器スプレイ】	電源	緊急用メタタタ電圧	1	1	③	緊急用メタタタ電圧の受電状態 を確認するパラメータ	緊急用メタタタ電圧	1	1	1	緊急用メタタタ電圧の低下により 代替注水による格納容器内圧力(S/O)の 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	1	1	③	SAロードセンタの受電状態 を確認するパラメータ	SAロードセンタ母線電圧	1	1	1	SAロードセンタ母線電圧の低下により 代替注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認
判 新 基準書 (2 / 2)	水漏れの検 査 保	低圧原子炉代替注水流	1	1	①	-	低圧原子炉代替注水流	1	1	1	低圧原子炉代替注水流の低下により 代替注水による格納容器内圧力(S/O)の 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧原子炉代替注水流	2	2	①	-	低圧原子炉代替注水流	2	2	2	低圧原子炉代替注水流の低下により 代替注水による格納容器内圧力(S/O)の 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

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	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	評価				
				計器数	パラメータ 分類	ハラムメータ 分類			計器数	計器故障等	SBO		
事故時運転操作手順書 「PCV圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格 納容器内 の圧力	操作 1 / 2	格納容器内圧力(D/W)	計器数	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				抽出パラメータ 分類理由	1	0	-	格納容器内圧力(S/C) ドライウエル雰囲気 温度	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の異常は格納容器内の圧力から、ドライウエルの雰囲気 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	
AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格 納容器内 の温度	操作 1 / 2	格納容器内圧力(S/C)	計器数	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				抽出パラメータ 分類理由	2	2	0	格納容器内圧力(S/C) ドライウエル雰囲気 温度	2	2	2	格納容器内圧力(S/C)の異常は格納容器内の圧力から、ドライウエルの雰囲気 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	
AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格 納容器内 の水位	操作 1 / 2	サブプレッション・チェンバ ール水位	計器数	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ール水位	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				抽出パラメータ 分類理由	2	2	0	サブプレッション・チェンバ ール水位	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ール水位の異常は格納容器内の圧力から、サブプレ ッション・チェンバール水位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】 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	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	評価				
				計器数	パラメータ 分類	ハラムメータ 分類			計器数	計器故障等	SBO		
事故時運転操作手順書 「PCV圧力制御」等 AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格 納容器内 の圧力	操作 1 / 2	ドライウエル圧力	計器数	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 ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
				抽出パラメータ 分類理由	8	8	0	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	8	格納容器内圧力(S/C)の異常は格納容器内の圧力から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視 可能 【ドライウエル圧力】 により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格 納容器内 の温度	操作 1 / 2	サブプレッション・チェ ンバール圧力	計器数	1	1	1	サブプレッション・チェ ンバール圧力	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
				抽出パラメータ 分類理由	2	2	0	サブプレッション・チェ ンバール圧力	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ール圧力の異常は格納容器内の圧力から、サブプレ ッション・チェンバール圧力により代替監視可能 【サブプレッション・チェンバ ール圧力】 により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格 納容器内 の水位	操作 1 / 2	ドライウエル雰囲気 温度	計器数	8	8	8	ドライウエル雰囲気 温度	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
				抽出パラメータ 分類理由	2	2	0	サブプレッション・チェ ンバール雰囲気 温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ール雰囲気温度の異常は格納容器内の圧力から、サブ プレッション・チェンバール雰囲気温度により代替監視 可能 【サブプレッション・チェンバ ール雰囲気温度】 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

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	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	評価				
				計器数	パラメータ 分類	ハラムメータ 分類			計器数	計器故障等	SBO		
事故時運転操作手順書 「PCV圧力制御」 「MRCによるPCVスワ レイ」 AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格納 容器内の圧力	操作 1 / 3	ドライウエル圧力 (SA)	計器数	2	2	2	ドライウエル圧力 (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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				抽出パラメータ 分類理由	7	7	0	ドライウエル雰囲気 温度	7	7	7	格納容器内圧力(S/C)の異常は格納容器内の圧力から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視 可能 【ドライウエル圧力 (SA)】 により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格納 容器内の温度	操作 1 / 3	サブプレッション・チェ ンバール圧力 (SA)	計器数	2	2	2	サブプレッション・チェ ンバール圧力 (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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				抽出パラメータ 分類理由	2	2	0	サブプレッション・チェ ンバール圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ール圧力の異常は格納容器内の圧力から、サブプレ ッション・チェンバール圧力により代替監視可能 【サブプレッション・チェンバ ール圧力 (SA)】 により代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 「MRCによるPCVスワ レイ」	原子炉格納 容器内の水位	操作 1 / 3	ドライウエル雰囲気 温度 (SA)	計器数	7	7	7	ドライウエル雰囲気 温度 (SA)	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
				抽出パラメータ 分類理由	2	2	0	サブプレッション・チェ ンバール雰囲気 温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ール雰囲気温度の異常は格納容器内の圧力から、サブ プレッション・チェンバール雰囲気温度により代替監視 可能 【サブプレッション・チェンバ ール雰囲気温度 (SA)】 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

1.6 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	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響				
				直後	区分1直流電源を 延命した場合	区分1直流電源を 延命した場合		
事故時運転操作手順書 (徴候ベース) 「PCV圧力抑制」等 AM設備別操作手順書 [AMRCによるPCVスプレ イ]	原子炉格納容器内の注水量	復水補給水系統流量(BWR B系代 替注水流量)	1	1	1	①	-	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 注水先の格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧 力(S/C)より代替監視可能
	補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧 復水移送ポンプ吐出止力	3	3	3	③ ①	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (2 / 2)	水源の確保	[復水貯蔵槽水位] 復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	①	-	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能
			1	1	1	①	-	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能

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	SBO
			計器名称	計器数	SBO影響				
					直後	区分1直流電源を 延命した場合	区分1直流電源を 延命した場合		
非常時手順書 II (徴候ベ ース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の の水位	サプレッション・プ ール水位	1	1	1	①	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			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

・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 分類理由	SBO
			計器名称	計器数	SBO影響				
					直後	区分1直流電源を 延命した場合	区分1直流電源を 延命した場合		
事故時運転操作手順書 (徴候ベース) 「PCV圧力抑制」等 AM設備別操作手順書 [AMRCによるPCVスプレ イ]	原子炉格納容器内の注水量	復水補給水系統流量(BWR B系代 替注水流量)	1	1	1	①	-	水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 注水先の格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧 力(S/C)より代替監視可能	
			3	3	3	③ ①	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
操作 (2 / 2)	水源の確保	[復水貯蔵槽水位] 復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	①	-	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	
			1	1	1	①	-	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能	

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

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		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	直後		
系統時運転操作手順書 (稼働ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる PCVスプレイ」	電源	M/C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		M/D電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
判断基準 2 / 2	水の漏れ	PCV電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		PCV電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
判断基準 2 / 2	水の漏れ	直流125V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		直流125V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	0	①	①	1	0	1	1		
		【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	①	①	1	1	1	1		
		【緊急時対策本部】に連絡 ら過水タンク水位			③	③						

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	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			直後	直後	計器数	直後		
非常時手順書 II (稼働ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	①	1	1	1	1		
操作 (3)	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	1	1	①	①	1	1	2	2		
		ドライウエル温度	8	8	①	①	1	1	1	1		
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	①	3	3	3	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

・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		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		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	直後		
非常時操作手順書 (稼働 ベース) 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 AM設備別操作手順書 「CWTによる格納容器ス プレイ」	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・プ ール水	1	1	①	①	1	1	1	1		
		原子炉格納容 器内の水位	サブプレッション・プ ール水	1	1	①	①	1	1	1	1	
判断基準 (2 / 2)	電圧	C-メータラ母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		D-メータラ母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		C-ロードセント ル電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		D-ロードセント ル電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
	本体の確保	復水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	1	0	3	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

項目	分類	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	計器数	計器故障等		評価	SBO
		計器数	直後	直後	負荷切り離し後			計器故障等			
非常時運転操作手順書 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【消防用によるPCVスプレッド】	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	3	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力	2	2	①	原子炉圧力	3	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
多様なハザード対応手順 【消防用による送水 (格納容器スプレッド)】	格納容器内の圧力	格納容器内の圧力	1	1	①	格納容器内の圧力	2	2	2	格納容器内の圧力状態を監視すること。格納容器内の圧力/圧力の関係から、格納容器内の圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		格納容器内の圧力	1	1	①	格納容器内の圧力	2	2	2	格納容器内の圧力状態を監視すること。格納容器内の圧力/圧力の関係から、格納容器内の圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
判断基準	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
1	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
2	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力状態を監視すること。原子炉圧力/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

1.6 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		計器名称	計器数	計器故障等		評価	SBO
		計器数	直後	直後	負荷切り離し後			計器故障等			
非常時手順書 II (微減圧) 【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	原子炉格納容器への注水量	1	1	①	原子炉格納容器への注水量	1	1	1	原子炉格納容器への注水量を監視すること。原子炉格納容器への注水量/注水量の関係から、原子炉格納容器への注水量より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器への注水量	1	1	①	原子炉格納容器への注水量	1	1	1	原子炉格納容器への注水量を監視すること。原子炉格納容器への注水量/注水量の関係から、原子炉格納容器への注水量より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
操作 (3/3)	水源の確保	水源の確保	2	2	①	水源の確保	2	2	2	水源の確保を監視すること。水源の確保/水源の確保の関係から、水源の確保より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		水源の確保	2	2	①	水源の確保	2	2	2	水源の確保を監視すること。水源の確保/水源の確保の関係から、水源の確保より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認

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

東海第二発電所 (2018.9.18版)

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

第1表 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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	計器故障等		評価	SBO
		計器数	直後	直後	負荷切り離し後			計器故障等			
非常時手順書 II (微減圧) 【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	原子炉格納容器への注水量	1	1	①	原子炉格納容器への注水量	1	1	1	原子炉格納容器への注水量を監視すること。原子炉格納容器への注水量/注水量の関係から、原子炉格納容器への注水量より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		原子炉格納容器への注水量	1	1	①	原子炉格納容器への注水量	1	1	1	原子炉格納容器への注水量を監視すること。原子炉格納容器への注水量/注水量の関係から、原子炉格納容器への注水量より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
操作 (3/3)	水源の確保	水源の確保	2	2	①	水源の確保	2	2	2	水源の確保を監視すること。水源の確保/水源の確保の関係から、水源の確保より代替監視可能	監視事項は主要なパラメータにて確認
		水源の確保	2	2	①	水源の確保	2	2	2	水源の確保を監視すること。水源の確保/水源の確保の関係から、水源の確保より代替監視可能	監視事項は主要な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

対応手段	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	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後						
											区分Ⅰ直営電源 を延命した場合	区分Ⅱ直営電源 を延命した場合			
1.6.2.1 炉心の著しい相変化防止のための対応手順 (2)サボート系統降圧時の対応手順 a. 復旧 核燃料循環操作手順書 (燃料ベーン) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「BIB(B)」によるPCVス プレイ)	原子炉圧 力容器内 の温度	2	原子炉圧力容器温度	-	2	①	-	2	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	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	原子炉圧力容器温度	-	2	①	-	2	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	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		
	原子炉格 納容器内 の圧力	1	原子炉圧力容器内圧力(D/W)	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内圧力(D/W)	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内圧力(D/W)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	原子炉圧力容器内圧力(S/C)	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内圧力(S/C)	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内圧力(S/C)より代替監視可能	
	原子炉格 納容器内 の温度	2	原子炉圧力容器内温度	-	①	2	①	-	2	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内温度より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	原子炉圧力容器内温度	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内温度より代替監視可能	
	原子炉格 納容器内 の圧力	1	原子炉圧力容器内圧力(D/W)	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内圧力(D/W)	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内圧力(D/W)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	原子炉圧力容器内圧力(S/C)	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内圧力(S/C)	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内圧力(S/C)より代替監視可能	
	原子炉格 納容器内 の温度	2	原子炉圧力容器内温度	-	①	2	①	-	2	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内温度より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	原子炉圧力容器内温度	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	1	原子炉圧力容器内温度より代替監視可能	

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				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	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後						
											区分Ⅰ直営電源 を延命した場合	区分Ⅱ直営電源 を延命した場合			
非常時手順書 II (徹底ベ ン)「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	1	原子炉圧力	-	1	①	-	1	原子炉圧力	8	原子炉圧力	8	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	
		1	原子炉圧力	-	1	①	-	1	原子炉圧力	8	原子炉圧力	8	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 の温度	2	原子炉圧力容器内温度	-	①	2	①	-	2	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	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
		1	原子炉圧力容器内温度	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	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	原子炉圧力容器内圧力(D/W)	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内圧力(D/W)	3	原子炉圧力	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
		1	原子炉圧力容器内圧力(S/C)	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内圧力(S/C)	3	原子炉圧力	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 の温度	2	原子炉圧力容器内温度	-	①	2	①	-	2	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	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
		1	原子炉圧力容器内温度	-	①	1	①	-	1	原子炉圧力容器内温度	3	原子炉圧力	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	

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

対応手段	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	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 直後					
											区分Ⅰ直営電源 を延命した場合	区分Ⅱ直営電源 を延命した場合		
事故時操作手順書 (徹底ベ ン)「PCV圧力制 御」(D/W温度制 御) AM設備別操作手順書 「炉心系による格納容器ス プレイ」	原子炉格 納容器内 の圧力	1	RPV/PCV注入流量	-	0	③	-	1	原子炉格納容器内圧力	1	原子炉格納容器内圧力	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
		2	原子炉格納容器内圧力	-	2	③	-	2	原子炉格納容器内圧力	3	原子炉格納容器内圧力	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 の温度	2	原子炉格納容器内温度	-	0	③	-	2	原子炉格納容器内温度	3	原子炉格納容器内温度	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
		1	原子炉格納容器内温度	-	1	③	-	1	原子炉格納容器内温度	3	原子炉格納容器内温度	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	

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

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	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		計器故障等
事故時運転操作手順書(徴収ベース) 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【RR(B)によるPCVスプレッド】	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	計器数	1	①	-	計器数	1	計器故障等	計器故障等
			計器名称	サブプレッション・チェンバ・プールの水位	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(低圧代替注水流)の注水量により代替監視可能	低圧代替注水系原子炉注水流量(低圧代替注水流)の注水量により代替監視可能	1	監視事項は主要バラムメータにて確認
判断基準 (2 / 2) (2 / 2)	監視機能	原子炉格納容器内の水位	計器数	1	①	-	計器数	1	計器故障等	計器故障等
			計器名称	原子炉格納容器内の水位	①	-	監視可能	監視可能	1	監視事項は主要バラムメータにて確認
			計器数	1	①	-	計器数	1	計器故障等	計器故障等
			計器名称	原子炉格納容器内の水位	①	-	監視可能	監視可能	1	監視事項は主要バラムメータにて確認
			計器数	1	①	-	計器数	1	計器故障等	計器故障等
			計器名称	原子炉格納容器内の水位	①	-	監視可能	監視可能	1	監視事項は主要バラムメータにて確認
			計器数	1	①	-	計器数	1	計器故障等	計器故障等
			計器名称	原子炉格納容器内の水位	①	-	監視可能	監視可能	1	監視事項は主要バラムメータにて確認
			計器数	1	①	-	計器数	1	計器故障等	計器故障等
			計器名称	原子炉格納容器内の水位	①	-	監視可能	監視可能	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	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	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	
非常時手順書 II (徴収ベース) 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(高設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(高設ライン排管兼用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン排管兼用) 低圧代替注水系格納容器スプレッド流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレッド流量(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレッド流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
判断基準 (4 / 4)	電源	M/C 2D電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	P/C 2D電圧	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	直流125V主母線B電圧	1	③	高設電線の受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	直流125V主母線A電圧	1	③	高設電線の受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	直流125V主母線B電圧	1	③	高設電線の受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量

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

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	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	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	
事故時運転操作手順書(徴収ベース) 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【RR(B)によるPCVスプレッド】	原子炉格納容器内の水位	2	②	①	サブプレッション・チェンバの注水量により代替監視可能	2	監視事項は主要バラムメータにて確認
判断基準 (2 / 2)	電源	M/C 2D電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	P/C 2D電圧	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	直流125V主母線B電圧	1	③	高設電線の受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	直流125V主母線A電圧	1	③	高設電線の受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量
	電源	直流125V主母線B電圧	1	③	高設電線の受電状態を確認するバラムメータ	1	代替注水系格納容器下部注水流量

・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	パラメータ分類			計器数	SBO影響		
系統運転操作手順書 (操作・圧力制御)等 AM 設備操作手順書 [ORR(0)]によるPCV ス プレイ	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。原子炉格納容器内圧力(D/W)と 格納容器内圧力(S/C)の関係を、ドライウエ ル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
		原子炉格納容器内の圧力	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。原子炉格納容器内圧力(D/W)と 格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレ ッジョン・チェンバの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
	操作	ドライウエル雰囲気温度	2	②	-	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、格納容器内 圧力(D/W)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
		サブプレッジョン・チェンバの温度	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバの温度	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレ ッジョン・チェンバの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
	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内の注水量	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、格納容器内 圧力(D/W)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注水量	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、格納容器内 圧力(D/W)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水位	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバの水位	1	1	サブプレッジョン・チェンバの水位を計測す ることにより、原子炉格納容器内の水位を推 定することができる。	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	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバの水位	1	1	サブプレッジョン・チェンバの水位を計測す ることにより、原子炉格納容器内の水位を推 定することができる。	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、格納容器内 圧力(D/W)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	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、格納容器内 圧力(D/W)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

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		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		計器故障等	SBO
			計器数	パラメータ分類			計器数	SBO影響		
非常時手順書 II (操縦・ベ ス) (PCV圧力制 制)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	-	サブプレッジョン・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
		原子炉格納容器内の圧力	1	①	-	サブプレッジョン・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
	操作 (1 / 2)	サブプレッジョン・チェンバの圧力	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバの圧力	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレ ッジョン・チェンバの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
		ドライウエル雰囲気温度	8	①	-	ドライウエル雰囲気温度	8	8	格納容器内圧力(S/C)の関係を、ドライウ エル雰囲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
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバの温度	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレ ッジョン・チェンバの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
		原子炉格納容器内の温度	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバの温度	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、サブプレ ッジョン・チェンバの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 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、格納容器内 圧力(D/W)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	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)の関係を、格納容器内 圧力(D/W)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

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		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		計器故障等	SBO
			計器数	パラメータ分類			計器数	SBO影響		
事故時操作手順書 (操縦) (PCV圧力制御) (D/W温度制御) AM設備別操作手順書 (ACS S (可動)) によ る格納容器スプレイ 原子炉格納容器内注 水量 (注水量を計測した注 水)	電源	緊急用メータ電圧	1	③	緊急用メータの受電状態 を確認するパラメータ	サブプレッジョン・チェンバの圧力 (SA)	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。	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		SAロードセンタ母線電圧	1	③	SAロードセンタの受電状 態を確認するパラメータ	ドライウエル温度 (SA)	7	7	格納容器内圧力(S/C)の関係を、ドライウ エル温度 (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
	水源の確保	格納容器内圧力 (注1)	1	③	格納容器内の圧力を確保 するパラメータ	ベグスタル温度 (SA)	2	2	格納容器内圧力(S/C)の関係を、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
		格納容器内圧力 (注2)	1	③	格納容器内の圧力を確保 するパラメータ	ドライウエル圧力 (SA)	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。	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	2	①	-	サブプレッジョン・チェンバの圧力 (SA)	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。	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	①	-	サブプレッジョン・チェンバの圧力 (SA)	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。	監視事項は主要バ 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	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器数	抽出バラムメータを計測する計器		計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後				計器数	直後		計器数	直後		
対応手段 本時時監視中手順書 (機検マニュアル) II (機検マニュアル) III (機検マニュアル) 「PCCV圧力 制御」等 AMI設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 温度	原子炉格納容器内温度	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	3	3	3	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 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	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器数	抽出バラムメータを計測する計器		計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後				計器数	直後		計器数	直後		
対応手段 非時時監視 II (機検マニュアル) 「PCCV圧力 制御」等 AMI設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 水位	原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 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	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器数	抽出バラムメータを計測する計器		計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後				計器数	直後		計器数	直後		
対応手段 本時時監視中手順書 (機検マニュアル) II (機検マニュアル) III (機検マニュアル) 「PCCV圧力 制御」等 AMI設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 水位	原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 可能
		原子炉格納容器内水位	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要な アラームにて確認 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

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	ヘルメータ 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			直後	計器数	
異常時運転操作手順書 (機令-ス)等 M 設備別操作手順書 (機令-0)による S/P 除 熱 (機令-0)による S/P 除 熱	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッショナル・チェンバ ーの温度	3	3	-	①	サブプレッショナル・チェンバ ーの温度	1	サブプレッショナル・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
		原子炉圧力容器温度	2	1	-	①	原子炉圧力容器温度	2	除熱水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
最終シ ェンション の確保	残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B 系のみ)	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B 系のみ)	2	1	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温 度(A, B 系のみ)	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換機ユニ ット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
		残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B 系のみ)	2	1	-	①	残留熱除去系熱交換器出口温 度(A, B 系のみ)	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換機ユニ ット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
操作	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納冷却水系統流量 (A, B 系のみ)	2	1	-	③	原子炉格納冷却水系統流量 (A, B 系のみ)	1	原子炉格納冷却水系統流量(A, B 系)の注水 量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
		原子炉格納冷却水系統入口温 度(A, B 系のみ)	2	1	-	①	原子炉格納冷却水系統入口温 度(A, B 系のみ)	1	原子炉格納冷却水系統入口温度と格納容器内圧力(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
操作	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納冷却水系統入口温 度(A, B 系のみ)	2	1	-	③	原子炉格納冷却水系統入口温 度(A, B 系のみ)	1	原子炉格納冷却水系統入口温度と格納容器内圧力(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
		原子炉格納冷却水系統入口温 度(A, B 系のみ)	2	1	-	①	原子炉格納冷却水系統入口温 度(A, B 系のみ)	1	原子炉格納冷却水系統入口温度と格納容器内圧力(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

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	ヘルメータ 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			直後	計器数		
非常時手順書 II (機令-ス) 「PVC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	原子炉水位 (広帯域)	2	2	-	①	原子炉水位 (広帯域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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
判断基準 (1 / 5)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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

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	ヘルメータ 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			直後	計器数	
異常時 運転 操作 手順書 (機令-ス) M 設備別 操作 手順書 (機令-0)による S/P 除熱	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉水位 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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
判断基準 (1 / 5)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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 (燃料域)	2	2	-	①	原子炉水位 (燃料域)	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

・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				
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 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主母線保安電圧 直流125V主母線保安電圧	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	1	1	1	高圧代替注水系統流量 復水補給水流量(MWR A系代 替注水流量)	復水貯蔵槽を水溜とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能 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 確認するパラメータ	③	抽出パラメータ	1	1	1	高圧代替注水系統流量 復水補給水流量(MWR B系代 替注水流量)			
			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	1	1	1	高圧代替注水系統流量 復水補給水流量(MWR C系代 替注水流量)			
			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	1	1	1	高圧代替注水系統流量 復水補給水流量(MWR D系代 替注水流量)			
			直流125V主母線保安電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	③	抽出パラメータ	1	1	1	高圧代替注水系統流量 復水補給水流量(MWR E系代 替注水流量)			
			直流125V主母線保安電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	③	抽出パラメータ	1	1	1	高圧代替注水系統流量 復水補給水流量(MWR F系代 替注水流量)			
			水溜の満 保	1	0	0		①	原子炉格 納容器内 の圧力	①	抽出パラメータ	3	3		3	原子炉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	1	1		①	原子炉格 納容器内 の圧力	①	抽出パラメータ	1	1		1	原子炉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	1	1		①	原子炉格 納容器内 の圧力	①	抽出パラメータ	1	1		1	原子炉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	1	1		①	原子炉格 納容器内 の圧力	①	抽出パラメータ	1	1		1	原子炉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

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 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 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	
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」等 AM設備別操 作手順書	割断基準 (3 / 5)	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①		①	抽出パラメータ	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	8	8	①		①	抽出パラメータ	8	8	8	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	抽出パラメータ	2	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 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	抽出パラメータ	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	抽出パラメータ	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 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	2	2	①		①	抽出パラメータ	2	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 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	8	8	①		①	抽出パラメータ	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	2	2	①		①	抽出パラメータ	3	3	3	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	抽出パラメータ	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	抽出パラメータ	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

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

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 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	
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 (TRISによる格納容器 熱)	原子炉格納 容器内の圧力	ドライウエル圧力 (SA)	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	7	7	①		①	抽出パラメータ	7	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納 容器内の圧力	2	2	①		①	抽出パラメータ	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 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

1.6 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	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		評価	SBO
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
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 [MCC による PCV スブ レイ]	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			トライウエル蒸気温度	1	1	トライウエル蒸気温度	2	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル蒸気温度 が得意。監視可能	
			格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	
			サブプレッション・チェンバハ 体温度	1	1	サブプレッション・チェンバハ 体温度	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバハ体温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	トライウエル蒸気温度	2	2	トライウエル蒸気温度	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チェンバハ 体温度	1	1	サブプレッション・チェンバハ 体温度	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバハ体温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認

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

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		評価	SBO
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
非常時運転 手順書 [PCV 圧力 制御]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			トライウエル蒸気温度	1	1	トライウエル蒸気温度	2	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル蒸気温度 が得意。監視可能	
			格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	
			サブプレッション・チェンバハ 体温度	1	1	サブプレッション・チェンバハ 体温度	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバハ体温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	トライウエル蒸気温度	2	2	トライウエル蒸気温度	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チェンバハ 体温度	1	1	サブプレッション・チェンバハ 体温度	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバハ体温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認

・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

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		評価	SBO
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転 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	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			トライウエル蒸気温度	1	1	トライウエル蒸気温度	2	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル蒸気温度 が得意。監視可能	
			格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	
			サブプレッション・チェンバハ 体温度	1	1	サブプレッション・チェンバハ 体温度	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバハ体温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	トライウエル蒸気温度	2	2	トライウエル蒸気温度	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チェンバハ 体温度	1	1	サブプレッション・チェンバハ 体温度	3	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チ ェンバハ体温度により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認

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	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	計器数	SBO影響		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	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合				直後	区分Ⅱ直流電源 を延命した場合					
事故時運転手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備切操作手順書 [MRCによるPCVス レイ]	原子炉格 納容器へ の注水	サプレッション・チェンバ プール水位	1	1	①	1	1	1	1	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)	1	1	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)の注水 量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	復水貯蔵タンク水位(SA)	1	1	
原子炉格 納容器へ の注水	補機監視 機能	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(D/W)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
			1	1	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	
補機監視 機能	③	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧 力	1	0	③	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	水源である復水貯蔵タンク水位(SA)の水位変化により代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	3	①	3	3	3	3	3	格納容器内圧力(S/O)	1	1	
水漏れの確 保	①	[復水貯蔵タンク水位] [復水貯蔵タンク水位(SA)]	1	0	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	復水貯蔵タンク水位と格納容器内圧力(D/W)との差により代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	1	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	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

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	計器数	SBO影響		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	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合				直後	区分Ⅱ直流電源 を延命した場合					
非常時手順書 (微減ベ ース) [PCV圧力 制御]等 AM設備切操 作手順書	判断基準 (5 / 5)	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	0	2	0	0	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

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	計器数	SBO影響		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	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合				直後	区分Ⅱ直流電源 を延命した場合						
運転時重要書 (儀 表) [PCV圧力制御] [D/W温度制御] [S/C水位制御] [PCV水素濃度制御] AM設備切操作手順書 [KHRRによる格納容器除 熱]	電源	C-メータラ母線電圧	1	1	③	1	1	1	1	非常高圧母線の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
			D-メータラ母線電圧	1	1	③	1	1	1	非常高圧母線の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	
			C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	1	1	1	1	非常高圧母線のロードセ ンタの電圧状態を確認する パラメータ	1	1	1	1
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	1	1	1	1	非常高圧母線のロードセ ンタの電圧状態を確認する パラメータ	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

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

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	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	直後			負荷切り離し後			
対応手段 手動時操作手順書 【PCV圧力制御】 【S/C本水位制御】 【PCV制御】 AM設備別操作手順書 【排水ポンプによる PCVスプレッド】	原子炉格納容器内圧力監視レベル	原子炉格納容器内圧力監視レベル	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認	
異常時手順書 II (重軽ベース) 【PCV圧力制御】 【PCV制御】等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	
異常時手順書 II (重軽ベース) 【PCV圧力制御】 【PCV制御】等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項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

1.6 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		計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	直後			負荷切り離し後			
対応手段 非常時手順書 II (重軽ベース) 【PCV圧力制御】 【PCV制御】等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	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 (1 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	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	

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	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	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	直後			負荷切り離し後			
対応手段 手動時操作手順書 【PCV圧力制御】 【S/C本水位制御】 【PCV制御】 AM設備別操作手順書 【排水ポンプによる PCVスプレッド】	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認	
操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	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

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	事後	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	事後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (SBO 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	電源	電源	M/C 電圧	1	1	②	非常用M/Cの受給状態を	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			M/C 電圧	1	1	③	確認するパラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	PC D-1電圧	1	1	③	非常用D-1の変電状態を	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			PC D-1電圧	1	1	③	確認するパラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	直流 1.25V 主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			直流 1.25V 主母線電圧	1	1	③	確認するパラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	【海水貯蔵槽水位】	1	0	①	-	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			【海水貯蔵槽水位】	1	1	①	-	抽出パラメータ	1	1	1	
							「緊急時対策本部」に確認		3	3		

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			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	事後	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	事後	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (懲罰ベ ス) 【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	サブプレッ ション・ブ 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)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	
原子炉格 納容器内 の注水量 補機監視 機能	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレッ ション・ブ ール水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	
水原の確保	水原の確保	海水貯蔵タンク水位	2	0	③	-	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	
水原の確保	水原の確保	海水貯蔵タンク水位	2	0	③	-	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	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

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	事後	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	事後	計器故障等
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (SBO 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	電源	電源	A-1 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	2	2	①	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			A-2 低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	2	2	①	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	3	0	0	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	3	0	0	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	3	3	3	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	3	3	3	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	2	2	2	抽出パラメータ	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	2	2	2	抽出パラメータ	2	2	2	
AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	水原の確保	水原の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	2	2	2	抽出パラメータ	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	2	2	2	抽出パラメータ	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			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	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデンスト [FPI 制御] [CVI 制御]) AM 型機器故障発生時書 (風化等による PCV スプレイ)	原子炉格 納容器内 の圧力	1	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		2	ドライウェル雰囲気温度	①	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2	2	格納容器内圧力の関係から、ドライウェル雰囲気 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	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		2	ドライウェル雰囲気温度	①	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2	2	格納容器内圧力の関係から、ド ライウェル雰囲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	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
1	格納容器内圧力(DI)	①	格納容器内圧力(SI)	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、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

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	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
I.6.2.1. 炉心の著しい損傷防止のための対応手順 (1) フロントライオン系故障時の対応手順 a. 代替格納容器スプレイ b. (d) 代替格納容器スプレイ冷却系 (可搬型) による原子炉格納容器内へのスプレイ (淡水/海水)	原子炉圧 力容器内 の水位	判断基準 (1 / 5)	2	原子炉水位 (広帯域)	①	原子炉水位 (SA 広帯域)	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	
			2	原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉水位 (SA 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
			2	低圧代替注水系統流量	①	低圧代替注水系統流量	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
			1	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	①	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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

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

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	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO			
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデンスト [FPI 制御] [CVI 制御]) AM 型機器故障発生時書 (風化等による PCV スプレイ)	原子炉格 納容器内 の圧力	判断基準 (1 / 5)	2	原子炉水位 (広帯域)	①	原子炉水位 (SA 広帯域)	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	
			2	原子炉水位 (燃料域)	①	原子炉水位 (SA 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
			2	低圧代替注水系統流量	①	低圧代替注水系統流量	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
			1	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	①	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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
			1	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	①	低圧代替注水系統流量 (可搬型)	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

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

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		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後		
本施設運転操作手順書 (シビアアクシデント [PVI制御]) 施設運転操作手順書 (シビアアクシデント プレリ) 多様なハザード対応手 順 「予防車による送水 (格納容器スプレイ)」	原子炉圧 力容器内 の水位	格納容器内冷却系循環ポンプ 出口(冷却水)の温度	2	1	1	0	①	①	原子炉圧力(SA)	2	0	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認	
		格納容器内冷却系循環ポンプ 出口(冷却水)の流量	2	1	1	0	①	①	①	原子炉圧力(SA)	2	0	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
		原子炉圧力 容器内の圧力	2	2	2	2	①	①	①	原子炉圧力(SA)	3	3	原子炉圧力(SA)の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認

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	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		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後		
非常時手順書 II (事故-ベ- 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 (S.A.広 帯域)	1	1	1	1	①	①	原子炉圧力 (S.A.広 帯域)	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	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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

①：重要監視パラメータ、②：有価監視パラメータ、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	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		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後		
非常時手順書 II (事故-ベ- 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 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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
		原子炉圧力 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	①	①	①	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	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

・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	
		計器名称	計器数	計器数 直後	計器数 直後	計器名称	計器数	計器数 直後	計器数 直後	計器故障等	SBO
本体時運転中手続書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 「M」設備の操作手順書 「1号炉車による取水 プレイ」 「多様なハザード対応手 順」 「燃料格納箱スプレイ」	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認
格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	定期的な原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、必要である。	監視事項は主要な アラームにて確認	

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				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器数 直後	計器数 直後	計器名称	計器数	計器数 直後	計器数 直後	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (事故-ベ ス) (PCV/E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 の注水量 機械監視 力の注水量 水源の機 能 取水圧水	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	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、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下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プール水位の代償監視可能	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	サブプレッション・チェンバール水位	1	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	低圧代替注水系原子炉注水流量、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下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プール水位の代償監視可能	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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量、西側淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備水位の水位変化より、サブプレッション・チェンバール水位の代償監視可能	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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	西側淡水貯槽水位	1	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量、西側淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備水位の水位変化より、サブプレッション・チェンバール水位の代償監視可能	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	サブプレッション・チェンバール水位	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ショ ン・チェンバール圧力の差圧より、サ ブプレッション・プール水位の代償 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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	サブプレッション・チェンバール 力	1	1	1	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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	緊急用M/C電圧	1	1	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	1	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	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	サブプレッション・チェンバール水位	1	1	1	パラメータ	1	1	1	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				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	計器数 直後	計器数 直後	計器名称	計器数	計器数 直後	計器数 直後	計器故障等	SBO
事故時手順書(シビア アクシデント) 「格納箱スプレイ」 「ACS S(常設)による格 納箱スプレイ」	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	ドライウェル温度(S/A)	7	7	7	ドライウェル温度(S/A)	7	7	7	ドライウェル温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	1	1	1	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	1	1	1	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認
	原子炉格納容器内の注水量	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)	2	2	2	サブプレッション・チェンバール 温度(S/A)の温度変化に よって代替監視可能	監視事項は主要な アラームにて確認

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

対応手段	項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価							
			計器数	計器名称	抽出パワメータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パワメータ 分類理由								
1.6.2.2 原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順 (1)アラームシステム異常発生時の対応手順 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント)	原子炉格納容器内の冷却等のための対応手順	電圧	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認		
			2	1	1	①	2	0	0	0	0	0	0	モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認	
			2	2	2	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
			1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
			1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
			1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
			1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
			1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
			1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
			1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認
1	1	1	①									原子炉格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター(モニタ用格納容器内圧力監視用圧力トランスミッター)	監視事項は主要パワメータにて確認			

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

対応手段	項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価							
			計器数	計器名称	抽出パワメータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パワメータ 分類理由								
非常時手順書 II (巻取-ベ ンチ) PVC/圧力 制御等 AM設備別操 作手順書	西側淡水貯水設備水位	水位	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認		
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認	
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
			1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認
1	1	1	①									西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター(西側淡水貯水設備水位監視用圧力トランスミッター)	監視事項は抽出パワメータにて確認			

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

対応手段	項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価							
			計器数	計器名称	抽出パワメータ 分類理由	計器数	計器名称	抽出パワメータ 分類理由								
監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント) 監視時監視動作(シビアアクシデント)	電圧	電圧	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											

・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		直後	計器数		
緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 初期] [PCV 初期] AM 設備別操作手順書 [RW クーラ代替除熱 (RW-A 系)] [RW クーラ代替除熱 (RW-B 系)]	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	格納容器内圧力(S/C)	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	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	1	1	-	格納容器内圧力(D/W)	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	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	1	1	-	格納容器内圧力(S/C)	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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
補機監視 (A, B 系のみ)	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウエル雰囲気温度	2	2	-	格納容器内圧力(D/W)	1	格納容器内圧力(D/W)と ドライウエル雰囲気温度との 関係から、ドライウエル雰囲気 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
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	-	格納容器内圧力(S/C)	1	格納容器内圧力(S/C)と サブプレッション・チェンバ ー温度との関係から、サブプレ ッション・チェンバ ー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
	補機監視 (A, B 系のみ)	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	-	格納容器内圧力(S/C)	3	格納容器内圧力(S/C)と サブプレッション・チェンバ ー温度との関係から、サブプレ ッション・チェンバ ー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

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		評価		
			計器数	直後		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	原子炉格納容器内の圧力	①	ドライウエル圧力	1	1	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力	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 監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ー圧力(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 ー圧力	1	1	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力	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 監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ー圧力(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	8	8	-	ドライウエル圧力	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 監視可能であればサブプレ ッション・チェンバ ー圧力(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	①	サブプレッション・チ ェンバ ー温度	2	2	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力	3	格納容器内圧力(S/C)と サブプレッション・チェンバ ー温度との関係から、サブプレ ッション・チェンバ ー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

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	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		
緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 初期] [PCV 初期] AM設備別操作手順書 [RW クーラ代替除熱 (RW-A 系)] [RW クーラ代替除熱 (RW-B 系)]	原子炉格納容器内の圧力	①	ベントスタック温度 (SA)	2	2	-	ベントスタック温度 (SA)	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	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	-	ドライウエル圧力 (SA)	2	格納容器内圧力(S/C)と ドライウエル圧力 (SA)との 関係から、ドライウエル圧力 (SA)の 値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温度	1	1	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力 (SA)	2	格納容器内圧力(S/C)と サブプレッション・チェンバ ー圧力 (SA)との関係から、サブプレ ッション・チェンバ ー圧力 (SA)の値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
補機監視 (A, B 系のみ)	原子炉格納容器内の温度	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	-	原子炉格納容器内の温度	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	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	2	2	-	原子炉格納容器内の温度	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	監視事項は主要バ 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				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	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
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. 種目 事故時運用操作手順書 (シビアアクシデンスト) [RBY 制御] [PCV 制御] AM 設備別操作手順書 [RBR (b)] による PCV ス プレイ]	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	①	2	【エリア放射線モニタ】	2	0	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
	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	①	2	【エリア放射線モニタ】	2	0	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
原子炉圧力容器内の放射線レベル (D/W)	原子炉圧力容器内の放射線レベル (D/W)	①	3	原子炉圧力	3	3	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
	原子炉圧力容器内の放射線レベル (S/C)	①	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	原子炉圧力容器内の放射線レベル (D/W)	①	3	原子炉圧力	3	3	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
	原子炉圧力容器内の放射線レベル (S/C)	①	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	原子炉圧力容器内の放射線レベル (D/W)	①	3	原子炉圧力	3	3	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
	原子炉圧力容器内の放射線レベル (S/C)	①	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	原子炉圧力容器内の放射線レベル (D/W)	①	3	原子炉圧力	3	3	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
	原子炉圧力容器内の放射線レベル (S/C)	①	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	原子炉圧力容器内の放射線レベル (D/W)	①	3	原子炉圧力	3	3	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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
	原子炉圧力容器内の放射線レベル (S/C)	①	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和気泡にありと想定し、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

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				評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	非常時手順書 II (微欠ベース) (TPCV 圧力制御) 等 AM 設備別操作手順書	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	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 (D/W)	非常時手順書 II (微欠ベース) (TPCV 圧力制御) 等 AM 設備別操作手順書	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	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 (D/W)	非常時手順書 II (微欠ベース) (TPCV 圧力制御) 等 AM 設備別操作手順書	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	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	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				評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
事故時運用操作手順書 (シビアアクシデンスト) (微欠ベース) (TPCV 圧力制御) 等 AM 設備別操作手順書 (ACSS (B) 部) による格納容器スプレイ	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	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 (D/W)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	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 (D/W)	1	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (D/W)	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	1	原子炉格納容器内の放射線レベル (S/C)	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	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		計器故障等	SBO
			計器数	直後 を延命した場合			区分別直後電源 を延命した場合	計器数	直後 を延命した場合	区分別直後電源 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) [FCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [DR(B)によるPCVス ブレイ]	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	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッジョン・チェンバハ の温度	1	1	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の温度	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断基準 2 / 2	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッジョン・チェンバハ の水位	1	1	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量 (B系のみ)	1	0	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
電源	電源	M/C 0電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		M/C 1電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		PC C-1電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		PC C-1電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の水位	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		直流125V 主母線A電圧	1	1	①	①	1	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバハ の水位	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	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 を延命した場合	計器数	直後 を延命した場合	
原子炉格納冷却水系統流量 (B系のみ)	1	0	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
M/C 0電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
M/C 1電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
PC C-1電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
直流125V 主母線A電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
直流125V 主母線B電圧	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

1.6 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
	計器数	直後 を延命した場合	計器数	直後 を延命した場合	
原子炉格納冷却水系統流量 (B系のみ)	1	0	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認
M/C 0電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
M/C 1電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
PC C-1電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
直流125V 主母線A電圧	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
直流125V 主母線B電圧	1	1	1	1	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	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	評価
			計器数	SR0影響 区分Ⅰ 直高電源 直後 区分Ⅱ 直高電源 を延命した場合		計器数	SR0影響 区分Ⅰ 直高電源 直後 区分Ⅱ 直高電源 を延命した場合		
事故時運転操作手順書 (PC 制御) AM 設備別操作手順書 (HMI)によるPC/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	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。ドライウェル容器内監視事項は主要な 監視項目にて確認 ドライウェル容器内圧力(D/W) (常用計) 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		格納容器内圧力(D/W)	2	2	①	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 ができません。サブプレッション・チェンバ ー内圧力(D/W) (常用計) 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		ドライウェル容器内圧力(D/W)	2	2	①	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 ができません。サブプレッション・チェンバ ー内圧力(D/W) (常用計) 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		サブプレッション・チェンバ ー内圧力(D/W)	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。サブプレッション・チェンバ ー内圧力(D/W) (常用計) 監視事項は主要な 監視項目にて確認
原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格納容器内水位(B系) の水位	1	1	①	1	1	1	原子炉格納容器内水位(B系)の水位は、監視 項目にて確認 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		サブプレッション・チェンバ ー内水位	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。サブプレッション・チェンバ ー内水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認

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	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	評価
			計器数	SR0影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SR0影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手 手順書 II (微 修正) [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	2	①	2	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 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉圧力容器内水位	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができません。原子炉圧力容器内水位(SA)の 水位 (常用計)により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認

・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	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	評価
			計器数	SR0影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SR0影響 直後 負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (シビア 故障シナリオ) 【手順-2】 AM設備別操作手順書 【CWT】による格納容器内 プレッド	原子炉格納 容器内の 温度	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	2	2	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉格納容器内温度	7	7	①	7	7	7	原子炉格納容器内の温度を計測すること ができません。サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA) により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA)	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができません。サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA) により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができません。サブプレッション・チェンバ ー内温度 (SA) により代替監視可能 監視事項は主要な 監視項目にて確認

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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器位置	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り遅し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り遅し後			
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (シニアオペレーション)	トライウム冷却器	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	1	1	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	3	3	3	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	1	1	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	1	1	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	1	1	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	1	1	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	1	1	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	1	1	①	①	①	①	①	①
		サブプレッション・チェンバール	1	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 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	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

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器位置	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り遅し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り遅し後		
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	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

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器位置	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り遅し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り遅し後		
原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等 (シニアオペレーション)	原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器入口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①
		原子炉格納容器内冷却器出口温度 (A,B,C)	2	2	2	①	①	①	①	①

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

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	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	
			計器数	計器名称			計器数	SBO影響		
基幹時運転操作手順書 (シビアアクシデンスト) AM型炉内操作手順書 (R0)によるSP除熱 (R0)によるSP除熱	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	3	①	①	区分1直流電源を延命した場合	1	1	サブプレッション・チェンバ・プール水温度の温度変化により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	2	残留熱除去系ポンプ吐出圧力により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口温度 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口温度 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力 (A,B系のみ)	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力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	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	
			計器数	計器名称			計器数	SBO影響		
非常時運転操作手順書 (PCCV圧力制御) AM型炉内操作手順書 (R0)によるSP除熱	原子炉格納容器内の監視	ドライウェル蒸気発生率	8	8	①	①	ドライウェル蒸気発生率	1	1	ドライウェル蒸気発生率により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口温度	3	3	残留熱除去系熱交換器出口温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	1	1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	1	1	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	1	1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	1	1	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	1	1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	1	1	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	1	1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力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	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	
			計器数	計器名称			計器数	SBO影響		
非常時運転操作手順書 (PCCV圧力制御) AM型炉内操作手順書 (R0)によるSP除熱	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力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 分類理由	計器名称	計器数		評価	計器故障等	SBO	
		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	直後								
1.6.3 重大事故等対処手順 (設計基準状態) による対応手順 事故時監視項目 (監視・警報) 「P/CV圧力制御」等	対応手段	格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SiC)	1	1	1	1	1	最終的に原子炉格納容器内の圧力を制御すること ができ、監視可能 格納容器内圧力の増加から、ドライウエルの蒸気圧 力により代替監視可能 監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	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				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価	計器故障等	SBO	
		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	直後								
1.6.3 重大事故等対処手順 (設計基準状態) による対応手順 事故時監視項目 (監視・警報) 「P/CV圧力制御」等	対応手段	格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SiC)	1	1	1	1	1	最終的に原子炉格納容器内の圧力を制御すること ができ、監視可能 格納容器内圧力の増加から、ドライウエルの蒸気圧 力により代替監視可能 監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	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

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	計器名称	計器数		評価	計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	直後							
1.6.3 重大事故等対処手順 (設計基準状態) による対応手順 事故時監視項目 (監視・警報) 「P/CV圧力制御」等	対応手段	格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後) 格納容器内圧力(直後)	1	1	1	①	格納容器内圧力(SiC)	1	1	1	1	1	最終的に原子炉格納容器内の圧力を制御すること ができ、監視可能 格納容器内圧力の増加から、ドライウエルの蒸気圧 力により代替監視可能 監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	格納容器内圧力(直後)	1	1	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	2	格納容器内圧力(直後)	2	2	2	2	2	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	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				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	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴検 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	残留熱除去系海水系 系統流量 緊急用海水系流量 （残留熱除去系熱交 換器） 最終ヒー トシンク の確保 水源の確 保	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-
		1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
制 御 手 順 書 2 / 2	高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力 代替循環冷却系ポンプ吐出 力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力 残留熱除去系ポンプ吐出力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1
		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

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	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	計器名称	計器数	抽出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				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
非常時運転手 手順Ⅱ(徴検 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	残留熱除去系海水系 系統流量 緊急用海水系流量 （残留熱除去系熱交 換器） 最終ヒー トシンク の確保 水源の確 保	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-
		1	1	-	-	-	-	-	-	-	-	-
制 御 手 順 書 2 / 2	高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力 代替循環冷却系ポンプ吐出 力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力 残留熱除去系ポンプ吐出力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出力	1	1	1	①	-	-	-	1	1	1	1
		2	2	2	-	2	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

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		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数								
1.6 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温度	サブプレッション・プール水温	3	3	①	サブプレッション・プール水温	2	2	2	2	サブプレッション・プール水温の代監視可能	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	0	①	原子炉格納容器内の温度	4	4	4	4	4	抽出前の温度変化により代監視可能	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	原子炉格納容器内の水位	2	0	①	原子炉格納容器内の水位	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水位の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の水位	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水位の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

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		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数								
1.6 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温度	サブプレッション・プール水温	2	2	①	サブプレッション・プール水温	2	2	2	2	サブプレッション・プール水温の代監視可能	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	0	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	2	2	抽出前の温度変化により代監視可能	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水位	原子炉格納容器内の水位	2	0	①	原子炉格納容器内の水位	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水位の監視	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水位	2	0	①	原子炉格納容器内の水位	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の水位の監視	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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圧力	2	0	①	原子炉格納容器内の圧力	2	0	0	0	0	原子炉格納容器内の圧力の監視	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

