

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
事故時運転操作手順書 (シリアアラーム) 「BIV」制御 AM 設備別操作手順書 (AWC による下部 D/W 注水)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	2	2	2	2	定期的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能。監視事項は主要バラムメータにて確認	
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	0	0	0	0	定期的な格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能。監視事項は主要バラムメータにて確認	
		形跡検出監視位置	1	1	1	1	1	1	1	1	
		M/C 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		M/C D 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		水素の検出	1	1	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バラムメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO				
非常時運転操作手順書 (シリアアラーム) 「注水 - 3aj」等 AM 設備別操作手順書	電源	緊急用 M/C 電圧	1	1	1	1	1	1	1		
		緊急用 P/C 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
		補機監視機能	185	185	0	0	0	0	0	0	
		制動機位置指示	185	185	0	0	0	0	0	0	
		制動機位置指示	185	185	0	0	0	0	0	0	
		制動機位置指示	185	185	0	0	0	0	0	0	
		制動機位置指示	185	185	0	0	0	0	0	0	
		制動機位置指示	185	185	0	0	0	0	0	0	
		制動機位置指示	185	185	0	0	0	0	0	0	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO				
事故時運転操作手順書 (シリアアラーム) 「注水 - 3aj」等 AM 設備別操作手順書 (AWC による下部 D/W 注水)	原子炉格納容器下部の水素濃度	原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器下部の水素濃度を計測することができ、監視可能。監視事項は主要バラムメータにて確認	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	定期的な原子炉格納容器下部の水素濃度を計測することができ、監視可能。監視事項は主要バラムメータにて確認	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器下部水素濃度 (SA)	1	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO	
			計器数	事後 負荷切り離し後			計器数	事後 負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） M1 溶融炉心冷却手順書 （運転による下部冷却 注水）	原子炉格納容器下部の溶融炉心の温度	ドライウエル雰囲気温度	2	2	①	原子炉格納容器下部溶融炉心の温度	2	2	①	原子炉格納容器下部溶融炉心の温度	1	1
		サブプレッショナル・チェンバースの温度	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバースの温度	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバースの温度	1	1
		サブプレッショナル・チェンバースの温度	3	3	①	サブプレッショナル・チェンバースの温度	3	3	①	サブプレッショナル・チェンバースの温度	3	3
		原子炉格納容器下部水位	3	3	①	原子炉格納容器下部水位	3	3	①	原子炉格納容器下部水位	3	3
		原子炉格納容器下部水位	3	3	①	原子炉格納容器下部水位	3	3	①	原子炉格納容器下部水位	3	3
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO
			計器数	事後 負荷切り離し後			計器数	事後 負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） M1 溶融炉心冷却手順書 （運転による下部冷却 注水） M2 溶融炉心冷却手順書 （注水）	原子炉格納容器下部の溶融炉心の温度	ドライウエル圧力	1	1	①	原子炉格納容器下部溶融炉心の温度	1	1	①	原子炉格納容器下部溶融炉心の温度	1
		サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1
		サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO
			計器数	事後 負荷切り離し後			計器数	事後 負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 （シニアオペレーター） M1 溶融炉心冷却手順書 （運転による下部冷却 注水） M2 溶融炉心冷却手順書 （注水）	原子炉格納容器下部の溶融炉心の温度	ドライウエル圧力	1	1	①	原子炉格納容器下部溶融炉心の温度	1	1	①	原子炉格納容器下部溶融炉心の温度	1
		サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1
		サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1	1	①	サブプレッショナル・チェンバース圧力	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後					計器数	SBO影響 直後			
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
多岐な「ガード対応手 順」による注水 「前号車による注水 (デブリ冷却)」	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			4	4	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	3	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			1	1	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後					計器数	SBO影響 直後			
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	10	10	0	0	-	-	10	10	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	0	0	1	1	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	2	2	0	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

1.8 原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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	計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
		計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後					計器数	SBO影響 直後				
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			7	7	7	7	0	0	7	7	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	7	7	7	7	0	0	7	7	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシアン ト)等 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	2	2	0	0	2	2	0	0	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	負荷切り離し後			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
非常時運転手順 (シベリア・シブコ) [EPY 参照] AM 設備別操作手順書 「燃料車による下部 0.8 注水」 多様なバザード対応手 順 「燃料車による送水 (アプリ参照)」	原子炉圧力	原子炉圧力	3	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	基本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
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	①		原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	原子炉圧力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
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					
	原子炉圧力格納容器内の圧力	原子炉圧力格納容器内の圧力						原子炉圧力格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順書III (シビ ア・アクジデン ト)「注水 - 3 」等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	水源の確 保	1	1	1	①		低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉水位	原子炉水位	2	2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・ブ ール水位の変化より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能
	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・ブ ール水位の変化より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・ブ ール水位の変化より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・ブ ール水位の変化より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能
	サブプレッション・ブール水位	サブプレッション・ブール水位	1	1	1			サブプレッション・ブール水位	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・ブ ール水位の変化より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能
	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2	2			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	代替注水貯槽を水源とするポンプ の吐出圧力より、代替注水貯槽水 位が確保されていることを監視可 能
	低圧代替注水系統格納容器下部注 水量	低圧代替注水系統格納容器下部注 水量	1	1	1			低圧代替注水系統格納容器下部注 水量	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	1			低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1	1			低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			
AM設備別操作手順書 「注水 - 3」 「注水 - 3b」 AM設備別操作手順書 「注水 - 3」による ポンプ注水	原子炉格納容器下部の水流量	原子炉格納容器下部の水流量	1	0	0	①		格納容器水流量 (S.A.)	1	0	0	0	基本的に格納容器の水流量を計測することができ、 監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	格納容器の水流量	格納容器の水流量						格納容器の水流量					基本的に格納容器の水流量を計測することができ、 監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	格納容器の水流量 (燃料車手動操作・監視系)	格納容器の水流量 (燃料車手動操作・監視系)	1	1	0		②		中性子検出器計測	4	0	0	0	中性子検出器計測又は平均出力計測計測により、蒸 気発生が推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器の水流量	格納容器の水流量						平均出力計測計測	0	0	0	0	中性子検出器計測又は平均出力計測計測により、蒸 気発生が推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	電圧	電圧												
	電圧	電圧												
	電圧	電圧												
	電圧	電圧												
	電圧	電圧												
	電圧	電圧												

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO 影響		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		SBO 影響		計器故障等	SBO	
			計器数	区分別直電電源 を延命した割合			計器数	区分別直電電源 を延命した割合					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント [RPV 制御])	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエール蒸気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(DP) サブプレッション・チェンバ ール水温度	1	1	1	格納容器内圧力(DP) 又は格納容器内圧力(SIC)の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ ールの温度	1	1	①	-	格納容器内圧力(SIC) サブプレッション・チェンバ ール水温度	3	3	3	3	格納容器内圧力(SIC) 又は格納容器内圧力(DP)の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
多様なハザード対応手 順 「閉扉による送水 (デブリ冷却)」	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレッション・チェンバ ールの水温度	3	3	①	-	格納容器内圧力(SIC) サブプレッション・チェンバ ール水温度	3	0	0	0	監視可能であればサブプレッ ション・チェンバール水温度 の温度変化により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格 納容器内 の注水量	3	3	①	-	格納容器内圧力(SIC) サブプレッション・チェンバ ール水温度	1	1	1	1	格納容器内圧力(SIC) 又は格納容器内圧力(DP)の上昇により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
機械監視 機能	可搬型代替注水ポンプ吐出 圧力			③	「緊急時対策本部」に確認								
水源の確 保	防火水槽 取水貯水電			③	「緊急時対策本部」に確認								

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO 影響		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		SBO 影響		計器故障等	SBO		
			計器数	区分別直電電源 を延命した割合			計器数	区分別直電電源 を延命した割合						
非常時運転手 順書 (シビアアクシ デント [注水-3 a] 等) AM 設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水圧 (圧力)	2	2	①	-	原子炉水圧 (圧力)	2	2	2	2	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要 パラメータにて確認	
		原子炉水圧 (圧力)	2	2	①	-	原子炉水圧 (圧力)	2	2	2	2	2	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要 パラメータにて確認
判 断 手 順 (注水-3 a)	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉水圧 (圧力)	2	2	①	-	原子炉水圧 (圧力)	2	2	2	2	2	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要 パラメータにて確認
		原子炉水圧 (圧力)	2	2	①	-	原子炉水圧 (圧力)	2	2	2	2	2	2	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 パラメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO 影響		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		SBO 影響		計器故障等	SBO		
			計器数	区分別直電電源 を延命した割合			計器数	区分別直電電源 を延命した割合						
事故時運転操作 手順書 (シビアアクシ デント [注水-3 a]) AM 設備別操 作手順書 [APFS (注水) による パワースタール注水]	原子炉格納容 器内の注水量	原子炉水圧 (圧力)	4	4	①	-	原子炉水圧 (圧力)	2	2	2	2	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉水圧 (圧力)	4	4	①	-	原子炉水圧 (圧力)	2	2	2	2	2	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
機 械 監 視 機 能 (注水-3 a)	原子炉格納容 器内の注水量	原子炉水圧 (圧力)	1	1	①	-	原子炉水圧 (圧力)	1	1	1	1	1	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 パラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水圧 (圧力)	1	1	①	-	原子炉水圧 (圧力)	1	1	1	1	1	1	原子炉水圧 (圧力) の低下により代替監視 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

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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響				
炉心手段 緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 [注水-3a]によるP WT制御 [注水-3b]	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内空間放射線レベル(SiC)	2	1	0	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内空間放射線レベル(SiC)	2	1	0	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3a] AM設備別操作手順書 [注水-3b]	原子炉圧力降下時の監視	原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響					
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3a] AM設備別操作手順書 [注水-3b]	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器下部水温	10	10	①	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		制御棒位置指示機能	185	185	0	③	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響					
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3a] AM設備別操作手順書 [注水-3b] [注水-3c]	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器下部水温	1	1	①	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	-	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		制御棒位置指示機能	185	185	0	③	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力降下時の監視	2	2	2	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 8. 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器名称	SBO 影響		評価			
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後				
非常時運転中手続 (シビリアクシデンツ) 「RPV 制御」 AM 設備別操作手順書 「形式ポンプによる下 部 D 注水」	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直線的に原子炉圧力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 ロメータにて確認		
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉外圧 (広帯域) 原子炉外圧 (燃料線) 原子炉外圧 (SA)	3	3	3	原子炉外圧は原子炉圧力容器内の状態と密 に連動し、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		
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	1	直線的に原子炉圧力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 ロメータにて確認	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉外圧 (広帯域) 原子炉外圧 (燃料線) 原子炉外圧 (SA)	3	3	3	1	1	原子炉外圧は原子炉圧力容器内の状態と密 に連動し、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
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	1	直線的に原子炉圧力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 ロメータにて確認	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉外圧 (広帯域) 原子炉外圧 (燃料線) 原子炉外圧 (SA)	3	3	3	3	3	原子炉外圧は原子炉圧力容器内の状態と密 に連動し、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
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	1	直線的に原子炉圧力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 ロメータにて確認	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉外圧 (広帯域) 原子炉外圧 (燃料線) 原子炉外圧 (SA)	3	3	3	3	3	原子炉外圧は原子炉圧力容器内の状態と密 に連動し、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
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1	1	直線的に原子炉圧力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 ロメータにて確認	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	1	1	1	1	①	原子炉外圧 (広帯域) 原子炉外圧 (燃料線) 原子炉外圧 (SA)	3	3	3	3	3	原子炉外圧は原子炉圧力容器内の状態と密 に連動し、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

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8. 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器名称	SBO 影響		評価		
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後			
非常時運転手 続書 (シビリアクシ デンツ) 「注水 - 3 」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	西側淡水貯水設備水 位	1	1	①	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン 狭帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ風量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としてい る系統のうち、運転している系統 の注水量より、西側淡水貯水設備 水位の代替監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	1	原子炉水位 (燃料線) 原子炉水位 (SA 広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (燃料線)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA 広帯域)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA 広帯域)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA 燃料線)	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブ ール水位の変化より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能

①: 重要監視バロメータ、②: 有効監視バロメータ、③: 補助バロメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8. 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器名称	SBO 影響		評価	
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後		
1. 8. 2. 1. バッスタル内に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 ①) 溶融炉心による DSG からの注水 ②) 溶融炉心による格納容器ス プレイ	原子炉格納 容器内 の温度	原子炉格納容器内格納炉心温 度 (Dライオン)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (Dライオン)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内格納炉心温 度 (燃料線)	2	2	1	①	1	エリア格納炉心温度 (燃料線)	18	0	0	エリア格納炉心温度の上昇より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を電命した場合は 電命した割合			計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を電命した場合は 電命した割合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 AM 設備別操作手順書 「炉心ポンプ」による下 部D(注水)	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	-	①	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サプレッション・チェンバール温度	1	1	-	①	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	サプレッション・チェンバール温度	3	3	-	①	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	格納容器下部水位	3	3	-	①	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内注水量	1	1	-	①	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
補機監視機能	格納容器内注水量	「緊急時対策本部」に確認			③				-
補機監視機能	格納容器内注水量	「緊急時対策本部」に確認			③				-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	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	
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部水位	格納容器下部水位	10	10	-	①	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内注水量	格納容器内注水量	1	1	-	①	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器下部水位	格納容器下部水位	2	2	-	②	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部注水量	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	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	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-2」 AM設備別操作手順書 「注水-2」による注水 「注水-2」による注水 「注水-2」による注水	原子炉格納容器下部注水量	格納容器下部注水量	2	2	-	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内注水量	格納容器内注水量	1	1	-	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器下部注水量	格納容器下部注水量	2	2	-	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部注水量	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	-	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内注水量	格納容器内注水量	1	1	-	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器下部注水量	格納容器下部注水量	10	10	-	10	10	10	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部注水量	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	-	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器内注水量	格納容器内注水量	1	1	-	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	格納容器下部注水量	格納容器下部注水量	2	2	-	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器下部注水量	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	-	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	バロメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への注水	事故時運転員操作手順書 (シニアアクション)	【原子炉格納容器内圧力監視設備】 原子炉格納容器内圧力監視設備(SA)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認 監視事項は主要バロメータにて確認
			2	1	0	①	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への注水	異常時運転員操作手順書 (シニアアクション)	【原子炉格納容器内圧力監視設備】 原子炉格納容器内圧力監視設備(SA)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への注水	異常時運転員操作手順書 (シニアアクション)	【原子炉格納容器内圧力監視設備】 原子炉格納容器内圧力監視設備(SA)	4	4	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			2	2	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
1.8.2.2 溶融炉心の原子炉格納容器下部への注水	異常時運転員操作手順書 (シニアアクション)	【原子炉格納容器内圧力監視設備】 原子炉格納容器内圧力監視設備(SA)	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	バロメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		
非常時運転員操作手順書 (シニアアクション)	1)	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	①	1	1	西側淡水貯水設備水位	1	1	西側淡水貯水設備水位と水素としてい る状態のより、監視して異常 水位の小代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	
異常時運転員操作手順書 (シニアアクション)	2)	代替淡水貯水設備水位	1	1	1	①	1	1	代替淡水貯水設備水位	1	1	代替淡水貯水設備水位と水素としてい る状態のより、監視して異常 水位の小代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	バロメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転員操作手順書 (シニアアクション)	1)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	0	0	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)と水素としてい る状態のより、監視して異常 水位の小代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
			2	2	1	①	0	0	0	0	0	0	
異常時運転員操作手順書 (シニアアクション)	2)	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	①	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)と水素としてい る状態のより、監視して異常 水位の小代替監視可能	監視事項は主要バロメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	

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

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処のための手順等

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [取替手順] [取替手順] AM設備別操作手順書 [取替]による原子炉 注水)	電圧	M/C電圧	1	1	③	③	1	1		
		M/D電圧	1	1	③	③	1	1		
		A/C C-1電圧	1	1	③	③	1	1		
		A/C D-1電圧	1	1	③	③	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	③	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	③	1	1		
		格納容器蒸気圧力	1	1	①	①	1	1		
		格納容器蒸気圧力	1	1	①	①	1	1		
		格納容器蒸気圧力	1	1	①	①	1	1		
		格納容器蒸気圧力	1	1	①	①	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビア アクシデント) [注水-3]等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	格納容器蒸気圧力放射線 線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2		
		格納容器蒸気圧力放射線 線モニタ (S/C)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉圧力	2	2			2	2		
		原子炉水位 (広帯域)	2	2			2	2		
		原子炉水位 (S/A広帯域)	2	2			2	2		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1			1	1		
		残留熱除去系熱交換器入口温度	4	4	①	①	2	0		
		格納容器蒸気圧力放射線 線モニタ (S/C)	2	2			2	2		
		格納容器蒸気圧力放射線 線モニタ (D/W)	2	2			2	2		
		原子炉水位 (広帯域)	2	2			2	2		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO	
		計器数	直後			直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビア アクシデント) [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1] [注水-2] [注水-3] [注水-4] [注水-5] [注水-6] [注水-7] [注水-8] [注水-9] [注水-10] [注水-11] [注水-12] [注水-13] [注水-14] [注水-15] [注水-16] [注水-17] [注水-18] [注水-19] [注水-20] [注水-21] [注水-22] [注水-23] [注水-24] [注水-25] [注水-26] [注水-27] [注水-28] [注水-29] [注水-30] [注水-31] [注水-32] [注水-33] [注水-34] [注水-35] [注水-36] [注水-37] [注水-38] [注水-39] [注水-40] [注水-41] [注水-42] [注水-43] [注水-44] [注水-45] [注水-46] [注水-47] [注水-48] [注水-49] [注水-50] [注水-51] [注水-52] [注水-53] [注水-54] [注水-55] [注水-56] [注水-57] [注水-58] [注水-59] [注水-60] [注水-61] [注水-62] [注水-63] [注水-64] [注水-65] [注水-66] [注水-67] [注水-68] [注水-69] [注水-70] [注水-71] [注水-72] [注水-73] [注水-74] [注水-75] [注水-76] [注水-77] [注水-78] [注水-79] [注水-80] [注水-81] [注水-82] [注水-83] [注水-84] [注水-85] [注水-86] [注水-87] [注水-88] [注水-89] [注水-90] [注水-91] [注水-92] [注水-93] [注水-94] [注水-95] [注水-96] [注水-97] [注水-98] [注水-99] [注水-100]	原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉蒸気圧力放射線 線モニタ (S/A)	2	2	①	①	2	2		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	SBO影響		バロメータ	補助バロメータ	計器名称	SBO影響		計器名称	計器名称		計器故障等	SBO
				計器数	区分別				計器数	区分別		計器数	計器数		
緊急時運転操作手順 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1]によるベントスラム [注水-2]によるベントスラム [注水-3]によるベントスラム [注水-4]によるベントスラム	原子炉圧力 力容器内の 水位	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	-	-	-	監視事項は主要バロメータにて確認	
				3	3				3	3					
				4	4				4	4					
				2	2				2	2					
AM設備別操作手順書 [注水-1]によるベントスラム [注水-2]によるベントスラム [注水-3]によるベントスラム [注水-4]によるベントスラム	原子炉圧力 力容器内の 水位	②	原子炉圧力 (SA)	1	1	②	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	-	-	-	監視事項は主要バロメータにて確認	
				3	3				3	3					
				4	4				4	4					
				2	2				2	2					
				3	3				3	3					
				3	3				3	3					
				3	3				3	3					
				3	3				3	3					
				3	3				3	3					
				3	3				3	3					
3	3	3	3												

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ	抽出バロメータ	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO					
		計器数	SBO影響			計器数	SBO影響							
異常時運転操作手順 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1]によるベントスラム [注水-2]によるベントスラム [注水-3]によるベントスラム [注水-4]によるベントスラム	原子炉圧力 力容器内の 水位	1	①	-	-	-	-	-	監視事項は主要バロメータにて確認					
										原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
											3	3	3	3
											4	4	4	4
											2	2	2	2
											3	3	3	3
											3	3	3	3
											3	3	3	3
											3	3	3	3
											3	3	3	3
3	3	3	3											

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ	抽出バロメータ	計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO					
				計器数	SBO影響				計器数	SBO影響							
緊急時運転操作手順 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1]によるベントスラム [注水-2]によるベントスラム [注水-3]によるベントスラム [注水-4]によるベントスラム	原子炉圧力 力容器内の 水位	原子炉圧力 (SA)	1	0	①	-	-	原子炉圧力 (SA)	1	0	-	監視事項は主要バロメータにて確認					
													原子炉圧力 (SA)	1	0	0	0
														4	0	0	0
														6	0	0	0
														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														

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器						
			計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数			SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	
															抽出パラメータ 分類
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)「A」 「注水」 AM設備の操作手順書 「M/Cによる原子炉 注水」	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR A系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	SBO
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR B系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR A系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR B系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR A系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR B系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR A系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR B系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR A系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR B系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR A系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉注 力受入の 注水量	復水供給水系流量 (RR B系代 替注水量)	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	1	1	1	原子炉注水量 (SA)の水位変化より代 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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							
		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数			SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			
													抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類
非常時運転手 手順書 (シビ アアクシデ ント) 「注水」等 AM設備の操 作手順書 (3) (2)	原子炉格 納容器内 の温度	10	10	10	①	格納容器下部水温	10	10	10	①	-	-	-	-	SBO
	電源	1	1	1	③	M/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-
	電源	1	1	1	③	P/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-
	電源	1	1	1	③	直流125V主母線電 圧	1	1	1	③	-	-	-	-	-
	補機監視 機能	185	185	0	③	海陸機位置指示	185	185	0	③	-	-	-	-	-
	水源の確 保	1	0	0	③	ろ過水貯蔵タンク水 位	1	0	0	③	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	1	1	1	①	原子炉注水量	1	1	1	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	1	1	1	①	原子炉注水量	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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							
		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数			SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			
													抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類
事故時運転操作手順 書 (シビアアクシ デント) 「注水」 AM設備の操作 手順書 (1) (2)	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	SBO
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-
	原子炉注 力受入の 注水量	2	2	2	①	原子炉注水量	2	2	2	①	-	-	-	-	-

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

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処のための手順等

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	SRD	
			計器数	SRD影響 区分1直流電源 を延命した場合		計器数	SRD影響 区分1直流電源 を延命した場合			
非常時運転手順 (シビアアクシデント) 【RWS制御】 【RWS制御】	格納容器内帯電放射線レベル (D1/D2) 格納容器内帯電放射線レベル (S/C)	格納容器内帯電放射線レベル	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		格納容器内帯電放射線レベル	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 【予防用】による原子炉 注水	原子炉圧力 低下時の 原子炉圧力容積温度 の温度	原子炉圧力	2	2	2	①	3	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容積内の格納容器内帯電放射線レベルより代替監視可能
		原子炉圧力容積温度	1	1	1	①	1	1	1	原子炉圧力容積温度より代替監視可能
多様なハザード対応手 順 【予防用】による注水 (デブリ冷却)	原子炉圧力 低下時の 原子炉圧力容積内の 水位	原子炉圧力	3	3	3	①	3	3	1	高圧冷却系が運転不能であれば、高圧冷却系 の運転不能による代替監視可能
		原子炉圧力容積内の水位	1	1	1	①	1	1	1	高圧冷却系が運転不能であれば、高圧冷却系 の運転不能による代替監視可能
AM設備別操作手順書 (デブリ冷却)	原子炉圧力 低下時の 原子炉圧力容積内の 水位	原子炉圧力	3	3	3	①	3	3	1	高圧冷却系が運転不能であれば、高圧冷却系 の運転不能による代替監視可能
		原子炉圧力容積内の水位	1	1	1	①	1	1	1	高圧冷却系が運転不能であれば、高圧冷却系 の運転不能による代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	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	SRD	
			計器数	SRD影響 区分1直流電源 を延命した場合		計器数	SRD影響 区分1直流電源 を延命した場合			
非常時運転手 順書Ⅲ(シビア アクシデント) 【注水-3 a1等】 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器/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
		サブプレッジョン・チ ェンバ圧力	1	1	①	1	1	1	1	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	ドライウエル雰囲気 温度	8	8	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器/圧力の関係から、サブ プレッジョン・チェンバ雰囲気温 度により代替監視可能
		サブプレッジョン・チ ェンバ雰囲気 温度	3	3	①	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョ ン・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能
操作 2 2	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	5	5	①	1	1	1	1	サブプレッジョン・プールの水温の 温度変化によりサブプレッジョ ン・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能
		格納容器下部水温	1	1	①	1	1	1	1	サブプレッジョン・プールの水温の 温度変化によりサブプレッジョ ン・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能

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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	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	SRD	
			計器数	SRD影響 区分1直流電源 を延命した場合		計器数	SRD影響 区分1直流電源 を延命した場合			
非常時運転手 順書Ⅲ(シビア アクシデント) 【注水-2】 AM設備別操 作手順書 【CWT】による格納容器 注水	原子炉格 納容器内 の水位	ベグスタル水位	4	4	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内水位を計測す ることができ、監視可能 ベグスタル水位は注水している系統の注水流量より代替 監視可能
		ベグスタル水位	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内水位を計測す ることができ、監視可能 ベグスタル水位は注水している系統の注水流量より代替 監視可能
操作 2 2	原子炉格 納容器内 の温度	RPV/FCV注入現象	1	0	②	1	1	1	1	高圧冷却系が運転不能による代替監視可能
		RPV/FCV注入現象	1	0	②	1	1	1	1	高圧冷却系が運転不能による代替監視可能
操作 2 2	原子炉格 納容器内 の温度	ベグスタル水位	1	0	③	1	1	1	1	高圧冷却系が運転不能による代替監視可能
		ベグスタル水位	1	0	③	1	1	1	1	高圧冷却系が運転不能による代替監視可能
操作 2 2	原子炉格 納容器内 の温度	ベグスタル水位	1	0	③	1	1	1	1	高圧冷却系が運転不能による代替監視可能
		ベグスタル水位	1	0	③	1	1	1	1	高圧冷却系が運転不能による代替監視可能

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
重大事故等対処のための手順等

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		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
事故時運転転作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [R/B制御] AM 設備別操作手順書 [消防車による原子炉 注水] 多岐なハザード対応対応 手順 [消防車による送水 (デブリ冷却)]	電源	M/C C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電故障を 検出するパラメータ	1	1	計器故障等	監視事項は主要ハ ザードにて確認
		M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電故障を 検出するパラメータ	1	1		
		R/C C-A電圧	1	1	③	非常用R/Cの受電故障を 検出するパラメータ	1	1		
		R/C D-A電圧	1	1	③	非常用R/Cの受電故障を 検出するパラメータ	1	1		
		直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源故障の検出状態 を確認するパラメータ	1	1		
		直流125V主母線電圧B	1	1	③	直流電源故障の検出状態 を確認するパラメータ	1	1		
		原子炉格納容器内水位	1	1	①		1	1	原子炉格納容器内水位の代 替監視可能	
		原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	原子炉貯水水位の代 替監視可能	
		原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	原子炉貯水水位の代 替監視可能	
		原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	原子炉貯水水位の代 替監視可能	
防火水槽				「緊急時対策本部」に確認						
除水貯水池				「緊急時対策本部」に確認						

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO			
			計器数	直後			計器数	直後					
非常時運転転作 手順書III(シビ リアクシデント) [注水-3a] [注水-3b] [注水-3c] AM設備別操 作手順書	操作(2/2)	原子炉格納容器内 の水位	10	10	①		1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	監視事項は主要ハ ザードにて確認			
		原子炉格納容器下部水位	1	1	①		1	1	代替注水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、格納容 器下部水位の代替監視可能				
		[格納容器下部旁通 気温度]	2	2	②		1	1	1		デブリの少量落下時(デブリ堆積 高さ<0.2m)において、格納容器 下部旁通気温度により、デブリが 冠水されていることを代替監視可 能		
		原子炉格納容器へ の注水量	1	1	①		1	1	1		代替注水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、低圧代 替注水系統格納容器下部注水流量の 代替監視可能		
		補機監視 ツタダ圧力	1	1	③	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	1	1		格納容器下部水位の水位変化によ り、低圧代替注水系統格納容器下部 注水流量の代替監視可能		
		水源の確保	1	0	③	代替注水水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	0	0		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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO	
				計器数	直後			計器数	直後			
1.8.1 シビアアクシデントに際した溶融炉心の冷却のための対応手順 (シビアアクシデント) [注水-3a] [注水-3b] [注水-3c] AM設備別操作手順書 [消防車による原子炉注水] 多岐なハザード対応対応 手順 [消防車による送水(デブリ冷却)]	監視事項は主要ハザードにて確認	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器内水位	18	0	①		18	0	原子炉格納容器内水位の代 替監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認	
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能
			原子炉貯水水位(SA)	1	1	①		1	1	1		原子炉貯水水位の代 替監視可能

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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等		
非常時運転操作手順書 (シニアアシスタント) [炉内監視] [炉内監視] AM設備別操作手順書 [炉内監視]による原子炉 注水] 多様なハザード対応作 業手順書による注水 (アブリア注水)。	原子炉圧 力容器内 の水圧	【原子炉水位(燃料棒)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	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	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			原子炉水位(広帯域)	1	1	原子炉水位(広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	4	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)は、本所では、系統の注水流量と 燃料棒温度に必要水量より代替監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	3	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	2	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(広帯域)	1	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	原子炉圧力(広帯域)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
非常時運転手 順書III(シビ リアアシスタ ント) [注水-3 a]等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	1	原子炉圧力(SA)	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			原子炉圧力(広帯域)	1	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	原子炉圧力(広帯域)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)と燃料棒温度の両方を計測可 能で、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等		
非常時運転手 順書III(シビ リアアシスタ ント) [注水-3 a]等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力(広帯域)	1	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
非常時運転手 順書III(シビ リアアシスタ ント) [注水-3 a]等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧力(広帯域)	1	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線 レベルを計測することでき、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等		
非常時運転手 順書III(シビ リアアシスタ ント) [注水-3 a]等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
			原子炉圧力(広帯域)	1	1	原子炉圧力(広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	2	2	原子炉圧力(燃料棒)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能	
			原子炉圧力(燃料棒)	1	1	原子炉圧力(燃料棒)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数 直後		計器名称	計器数 直後	計器名称	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [BWR 制御] [炉内監視] AM 設備別操作手順書 [消防車による原子炉 注水] 多様なハザード対応手 順 [消防車による送水 (デブリ冷却)]	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水補給水系流量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 2	1 1 1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系流量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 2 1	1 1 1 1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	補機駆動 機	可搬型代替注水ポンプ吐出圧 力			③	可搬型代替注水ポンプの 運転状態を確認するパ ラメータ			-
	水源の種 別	防火水槽 淡水貯水池			③ ③	代替水源の確保状態を確認 するパラメータ			- -

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数 直後	計器名称	計器数 直後	計器名称		計器数 直後
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [BWR 制御] [炉内監視] AM 設備別操作手順書 [消防車による送水 (デブリ冷却)]	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水系流量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 2	1 1 1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系流量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 2 1	1 1 1 1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	補機駆動 機	可搬型代替注水ポンプ吐出圧 力			③	可搬型代替注水ポンプの 運転状態を確認するパ ラメータ			-
	水源の種 別	防火水槽 淡水貯水池			③ ③	代替水源の確保状態を確認 するパラメータ			- -

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数 直後	計器名称	計器数 直後	計器名称		計器数 直後
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [BWR 制御] [炉内監視] AM 設備別操作手順書 [消防車による送水 (デブリ冷却)]	原子炉圧 力容器内 の注水量	復水補給水系流量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 2	1 1 1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		復水補給水系流量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 2 1	1 1 1 1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	補機駆動 機	可搬型代替注水ポンプ吐出圧 力			③	可搬型代替注水ポンプの 運転状態を確認するパ ラメータ			-
	水源の種 別	防火水槽 淡水貯水池			③ ③	代替水源の確保状態を確認 するパラメータ			- -

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を延長した場合 を延命した場合		計器名称	SBO影響 区分1直流電源 を延長した場合 を延命した場合		
									直後
手動運転操作手順書 (シビアアクシデント) 【注】 制御 【注】 制御 AM 型制御操作手順書 【注】 注水による原 子炉注水】	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器内上部気液射線レベ ル(S/C)	2	1	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		格納容器内下部気液射線レベ ル(S/C)	2	1	1	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判 断 基 準 (3 / 2)	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧 力容器内	2	2	2	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
原子炉圧力容器内温度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器				評価	
			計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類		計器数	計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		
													直後
判 断 基 準 (3 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	10	10	10	①	—	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
			1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	—	—	—	—	—	—
補機監視 機能	制御棒位置指示	制御棒位置指示	185	185	0	③	溶融炉心の腐蝕 を検知するパラ メータ	—	—	—	—	—	
			2	0	0	③	代替液水源の確 保状態を確認す るパラメータ	—	—	—	—	—	
水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類		計器数	計器名称	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	
判 断 基 準 (3 / 6)	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	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	①	原子炉水位 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能	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

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

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	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	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合 を発生した場合		計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合 を発生した場合		
異常時運転作手手順書 (シフトアップシフト) [BW 初期] [LB 初期] AM 設備切替作手手順書 7号炉ポンプによる原 子炉注水]	電源	MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
		MIC電圧	1	③	非常用MFCの受電状態を 確認するパラメータ	1	③		
制御室 監視 (2 / 2)	水源の確保	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	0	①	復水貯蔵槽水位	1	①		
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
		1	①	復水貯蔵槽水位	1	①			
ろ過水タンク水位	③	代客水部の確保状態を確 認するパラメータ	3	③		3	③		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		SBO影響		計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			
非常時運転手 手順書 (シフトアップシフト) [注水 - 3 aj] 等 AM設備切替 作手手順書	原子炉格納容器内の 圧力	ドライウエル圧力	1	①	サブプレッション・チェンバ 圧力	8	8			
		サブプレッ ション・チェ ンバ圧力	1	①	サブプレッ ション・チェ ンバ圧力	2	2			
		ドライウエル 温度	8	8	ドライウエル 温度	1	1			
		サブプレッ ション・チェ ンバ温度	2	2	サブプレッ ション・チェ ンバ温度	3	3			
		サブプレッ ション・ブ ール温度	3	3	サブプレッ ション・ブ ール温度	2	2			
		格納容器下 排水温度	5	5	格納容器下 排水温度	1	1			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		SBO影響		計器故障等	SBO
				計器数	計器名称	計器数	計器名称	直後	負荷切り離し後		
異常時運転手 手順書 (シフトアップシフト) [注水 - 3a] [注水 - 3b] [注水 - 3c] AM設備切替作手 手順書 7号炉ポンプによる原 子炉注水]	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	ドライウエル圧力(SA)	2	2	①	サブプレッ ション・チェ ンバ圧力(SA)	3	3			
		サブプレッ ション・チェ ンバ圧力(SA)	2	2	①	サブプレッ ション・チェ ンバ圧力(SA)	7	7			
		サブプレッ ション・チェ ンバ温度(SA)	2	2	①	サブプレッ ション・チェ ンバ温度(SA)	2	2			
		サブプレッ ション・ブ ール温度(SA)	2	2	①	サブプレッ ション・ブ ール温度(SA)	3	3			
		格納容器下 排水温度(SA)	2	2	①	格納容器下 排水温度(SA)	2	2			
		格納容器下 排水温度(SA)	2	2	①	格納容器下 排水温度(SA)	2	2			
		格納容器下 排水温度(SA)	2	2	①	格納容器下 排水温度(SA)	2	2			
		格納容器下 排水温度(SA)	2	2	①	格納容器下 排水温度(SA)	2	2			
		格納容器下 排水温度(SA)	2	2	①	格納容器下 排水温度(SA)	2	2			
		格納容器下 排水温度(SA)	2	2	①	格納容器下 排水温度(SA)	2	2			

備考

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータ 分類理由	計器名称	SBO影響			計器名称	抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価	
			計器数	重後	区分別			計器数	重後	区分別		計器数	重後	区分別		
対応手段 事故時運転手指示 (シリアタリシステム) 「炉心冷却」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	4	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			3	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			2	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			3	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			3	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			2	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータ 分類理由	計器名称	SBO影響			計器名称	抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価	
			計器数	重後	区分別			計器数	重後	区分別		計器数	重後	区分別		
対応手段 非常時運転手 指示(シリアタリ システム) 「炉心冷却」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心の水位	10	10	10	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能	
			2	2	2	②	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能	
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			2	0	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	0	③	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・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

1.8 原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータ 分類理由	計器名称	SBO影響			計器名称	抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価	
			計器数	重後	区分別			計器数	重後	区分別		計器数	重後	区分別		
対応手段 事故時運転手指示 (シリアタリシステム) 「炉心冷却」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」 「炉心監視」	原子炉格納容器上部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器上部の溶融炉心の水位	1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能	
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能
			1	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の水位を計測すること が、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処のための手順等

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響		
				直後	区分Ⅰ直流電源を延命した場合			直後	区分Ⅰ直流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」「R/B 制御」AM 設備別操作手順書「消火ポンプによる原子炉注水」	原子炉圧力監視機能 本部の備え付け	原子炉圧力監視機能	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力監視機能	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉圧力監視機能	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
補機監視機能	原子炉圧力監視機能	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
補機監視機能	原子炉圧力監視機能	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響		
					直後	区分Ⅰ直流電源を延命した場合			直後	区分Ⅰ直流電源を延命した場合	
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビアアクシデント)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力監視機能 本部の備え付け	原子炉圧力監視機能	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視機能	2	2	2	2	2	2	2	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	原子炉圧力監視機能	4	4	4	4	4	4	4	4	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

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		
				直後	区分Ⅰ直流電源を延命した場合	計器名称	計器数		SBO 影響	
									直後	区分Ⅰ直流電源を延命した場合
原子炉圧力監視機能	原子炉圧力監視機能	原子炉圧力監視機能	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視機能	2	2	2	2	2	2	2	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	原子炉圧力監視機能	4	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認	

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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		
				直後	区分Ⅰ直流電源を延命した場合	計器名称	計器数		SBO 影響	
									直後	区分Ⅰ直流電源を延命した場合
原子炉圧力監視機能	原子炉圧力監視機能	原子炉圧力監視機能	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視機能	2	2	2	2	2	2	2	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	原子炉圧力監視機能	4	4	4	4	4	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	
対応手段 事故時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) 「BPT」制御 「BPT」制御 「BPT」制御	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができません。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 の圧力	1	1	1	①	3	3	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
判断基準 (2 / 2)	電源	AM用直流125V充電器充電電 圧電圧	1	1	1	③	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		水素の検 出	1	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	
非常時運転手 順書III(シビ アアクシデ ント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができません。監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力容器内 の圧力	2	2	2	①	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができません。監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
判断基準 (3 / 4)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	4	4	4	4	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	
緊急時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力容器内 の圧力	1	1	1	①	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができません。監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
判断基準 (2 / 2)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	4	4	4	4	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 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, 計器数. It lists monitoring items for the core cooling procedure, including parameters like reactor pressure, steam generator pressure, and temperature.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 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, 計器数. This is a detailed version of the monitoring table for the core cooling procedure at Tokai 2nd power plant.

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 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, 計器数. This is a detailed version of the monitoring table for the core cooling procedure at Shimane power plant.

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

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

項目	分類	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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	
対応手段 事故時運転要領書 (シビアアクシデント) 「注水-2 b」 「注水-3 b」 AM設備別操作手順書 「注水-1」による注 り水注入	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	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、監視可能
		原子炉水位(SB)	1	1	原子炉水位(SB)	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、監視可能
異常時運転要領書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能
		原子炉圧力(SB)	1	1	原子炉圧力(SB)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	
対応手段 事故時運転要領書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3 / 3)	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	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、監視可能
		原子炉水位(SB)	1	1	原子炉水位(SB)	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、監視可能
異常時運転要領書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能
		原子炉圧力(SB)	1	1	原子炉圧力(SB)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	
対応手段 事故時運転要領書 (シビアアクシデント) 「注水-2 b」 「注水-3 b」 AM設備別操作手順書 「注水-1」による注 り水注入	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(SA)	1	0	原子炉水位(SA)	1	0	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること が、監視可能
		原子炉水位(SB)	1	0	原子炉水位(SB)	1	0	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること が、監視可能
異常時運転要領書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	0	原子炉圧力(SA)	1	0	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能
		原子炉圧力(SB)	1	0	原子炉圧力(SB)	1	0	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO影響 区分1直電電源 を延命した場合	計器数	SBO影響 区分1直電電源 を延命した場合			
対応手段 手動時運転操作手順書 (シビアアクシデント [1]B 節参照) AM設備別操作手順書 (1.8節)による原子炉注 水	原子炉格 納容器内 の放射能 量率	格納容器内放射線レベル	2	1	0	0	2	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 アラームにて確認
		格納容器内放射線レベル	2	1	0	0	2	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 アラームにて確認
非常時運転手 順書III(シビ アアクシデ ント) 「注水-1」 等 判断基準 (1/4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉圧力	3	3	1	1	3	3	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
1.8.2.2 溶融炉心の注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 b. 低圧代替注水系(可搬型)による原子炉圧力容器への注水(淡水/海水)	原子炉格 納容器内 の放射能 量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
判断基準 (1/4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力	4	4	1	1	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	4	4	1	1	4	4	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
1.8.2.2 溶融炉心の注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 b. 低圧代替注水系(可搬型)による原子炉圧力容器への注水(淡水/海水)	原子炉格 納容器内 の放射能 量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
判断基準 (1/4) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧力	4	4	1	1	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	4	4	1	1	4	4	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

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

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

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [R/B制御]	電源	M/C電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-
		P/C C-1電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-
AM設備別操作手順書 [CRDによる原子炉注 水]	補機監視 機能	直流125V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (A系のみ)	1	1	①	①	1	1	-	-	-
制 断 基 準 (2 / 2)	水部の溶融炉心冷却水系統流量 監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-
制 断 基 準 (3 / 4)	原子炉圧力 監視	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	補助パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
非常時運転手 順書III(シビア アクシデント) [注水-1] 等	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	-	①	2	2	2	2	2
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	1	1	1
AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-
制 断 基 準 (3 / 4)	電源	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	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			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3][注水-4] 等	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	1	1	-	-	-	-
AM設備別操作手順書 [CRDによる原子炉注 水]	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-	-
制 断 基 準 (2 / 2)	水部の溶融炉心冷却水系統流量	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-	-
制 断 基 準 (3 / 4)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-	-
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	①	①	1	1	-	-	-	-

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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	抽出理由	計器名称	計器数	パラメータ分類	抽出理由	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラグンデ ン) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	①	-	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	①	-	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラグンデ ン) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
		原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	①	-	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 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

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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアラグンデ ン) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
		原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	①	-	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉内 部燃料棒 束の温度 (炉心温度)	2	2	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA, 燃料域)	3	3	1	原子炉圧力(SA)と燃料域炉内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力推定可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器設備等	SBO	
			計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	SBO影響			
事故時運転手順書 (シリアクシアン) 【注水-3 a】 【注水-3 b】 AM設備別操作手順書 【RCP緊急注水】	電源	M/C B電圧	1	③	非常用M/Cの電圧感度を低下させるパラメータ	1	1	1	区分1直流電源を延長した場合	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		P/C D-1電圧	1	③	非常用P/Cの電圧感度を低下させるパラメータ	1	1	1	区分1直流電源を延長した場合	1	
別添書 【注水-2】 【注水-2】	電源	直流125V主母線電圧	1	③	直流電源の電圧感度を低下させるパラメータ	1	1	1	区分1直流電源を延長した場合	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉冷却水圧力	1	①	原子炉冷却水の圧力感度を低下させるパラメータ	1	1	1	区分1直流電源を延長した場合	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器設備等	SBO
			計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	SBO影響		
非常時運転手順書 (シリアクシアン) 【注水-1】 等 AM設備別操作手順書	電源	西側除水貯水設備水位	1	①	西側除水貯水設備水位	1	1	1	西側除水貯水設備水位を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側除水貯水設備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
		代替除水貯水設備水位	1	①	代替除水貯水設備水位	1	1	1	原子炉水位、サブレーション・アップ水位の变化により、西側除水貯水設備水位の代替監視可能	
操作 【注水-3】 【注水-3】	電源	原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位、サブレーション・アップ水位の变化により、代替除水貯水設備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
		原子炉水位 (燃料域)	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉水位、サブレーション・アップ水位の变化により、代替除水貯水設備水位の代替監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器設備等	SBO
			計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	SBO影響		
事故時運転手順書 (シリアクシアン) 【注水-3 a】 【注水-3 b】 AM設備別操作手順書 【RCP緊急注水】 原子炉冷却水圧力 【注水-3 a】 【注水-3 b】	電源	原子炉圧力	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
		原子炉圧力 (燃料域)	1	①	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
別添書 【注水-4】 【注水-4】	電源	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力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
		原子炉圧力 (燃料域)	1	①	原子炉圧力 (燃料域)	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	

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

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価			
			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	計器設備等				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [炉内制御] [炉外制御] AM設備別操作手順書 [炉守緊急注水]	原子炉圧 力降下への 注水量	①	高圧炉心注水系統流量 (B系のみ)	1	0	1	①	高圧炉心注水系統流量計	1	1	1	水源である高圧炉心注水系統流量計は、運転中に監視可能
			高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 (B系のみ)	1	0	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計	1	1	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計は、運転中に監視可能
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [炉内制御] [炉外制御] AM設備別操作手順書 [炉守緊急注水]	水漏れの 検出	①	高圧炉心注水系統流量 (B系のみ)	1	1	0	①	高圧炉心注水系統流量計	1	1	1	高圧炉心注水系統流量計は、運転中に監視可能
			高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 (B系のみ)	1	1	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計	1	1	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計は、運転中に監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価			
			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	計器設備等				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [炉内制御] [炉外制御] AM設備別操作手順書 [炉守緊急注水]	原子炉圧 力降下への 注水量	①	高圧炉心注水系統流量 (B系のみ)	1	0	1	①	高圧炉心注水系統流量計	1	1	1	高圧炉心注水系統流量計は、運転中に監視可能
			高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 (B系のみ)	1	0	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計	1	1	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計は、運転中に監視可能
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [炉内制御] [炉外制御] AM設備別操作手順書 [炉守緊急注水]	水漏れの 検出	①	高圧炉心注水系統流量 (B系のみ)	1	1	0	①	高圧炉心注水系統流量計	1	1	1	高圧炉心注水系統流量計は、運転中に監視可能
			高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 (B系のみ)	1	1	1	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計	1	1	1	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧計は、運転中に監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価				
			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	計器設備等					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [炉内制御] [炉外制御] AM設備別操作手順書 [炉守緊急注水]	原子炉格納容 器内の水漏 れ	①	格納容器水漏れ電 (B系)	1	0	0	格納容器水漏れ電計	1	0	0	1	格納容器水漏れ電計は、運転中に監視可能	
			格納容器水位計 (B系)	1	0	0	格納容器水位計	1	0	0	0	0	格納容器水位計は、運転中に監視可能
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [炉内制御] [炉外制御] AM設備別操作手順書 [炉守緊急注水]	電源	③	緊急用メータラ電圧	1	1	1	緊急用メータラ電圧計	1	1	1	1	緊急用メータラ電圧計は、運転中に監視可能	
			SAローセントセンタ 電圧	1	1	1	SAローセントセンタ電圧計	1	1	1	1	1	SAローセントセンタ電圧計は、運転中に監視可能
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [炉内制御] [炉外制御] AM設備別操作手順書 [炉守緊急注水]	水漏れの 検出	③	緊急時対策本部」に 設置	1	0	0	緊急時対策本部」に設置	1	0	0	0	0	緊急時対策本部」に設置
			緊急時対策本部」に 設置	1	0	0	緊急時対策本部」に設置	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 対応手段, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, ハラメータ, 補助ハラメータ, 抽出ハラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO. Rows include '原子炉圧力', '原子炉圧力', '緊急用M/C電圧', '電源', '緊急用P/C電圧', '緊急用直流12V主母線電圧', '備留熱除去系海水系系統流量', '最終ヒータ系統流量', and '最終ヒータ系統流量 (残留熱除去系熱交換機)'.

①: 直観監視ハラメータ, ②: 有効監視ハラメータ, ③: 補助ハラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

Table with columns: 項目, 対応手段, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, ハラメータ, 補助ハラメータ, 抽出ハラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO. Rows include '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度', '原子炉格納容器下部の温度'.

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類			抽出パラメータの種類		抽出パラメータの種類		評価
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	計器数	
非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (4 / 4)	サブレーション・ブ ール水位	計器名称	高圧代替注水系統流量	1	1	計器数	1	1	計器故障等	サブレーション・チエンプを水 源としている系統の注水量より、サ ブレーション・プールの水位の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			計器数	1	1	計器数	1	1	計器故障等	サブレーション・チエンプを水 源とするポンプの吐出圧力によ り、サブレーション・プールの水 位が確保されていることを監視 可能		
			計器名称	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	計器数	1	1	計器故障等		
			計器名称	原子炉隔離冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	計器数	1	1	計器故障等		
			計器名称	高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	計器数	1	0	計器故障等		
			計器名称	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	1	0	計器数	3	0	計器故障等		
			計器名称	低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	計器数	1	0	計器故障等		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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	補助パラメータ 分類	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
				直後	計器数						直後
単独運転要領書 (シビアアクシデン ト)「注水-3a」 「注水-3b」 AM設備別操作要領書 「AFPS(可搬型)」によ るベグスタル注水 原子炉冷却対策手順書 「大流量注水」を使用した注 水	原子炉格納容 器内の水位	ベグスタル水位	4	4	①		①	1	1	計器故障等	ベグスタル→注水している系統の注水量より代替 監視可能
			2	2	②		2	2	2	2	計器故障等
操作(2 / 2)	原子炉格納容 器への注水量	ベグスタル代替注水流量 (設備専用)	2	2	③		③	3	3	計器故障等	注水時のドライウェル水位、ベグスタル水位の水位変 化により代替監視可能
			2	2	③		2	2	2	2	計器故障等
補機監視機能	大量送水ポンプ出口圧力	大量送水ポンプ出口圧力	1	1	③		③	1	1	計器故障等	
			3	3	③		3	3	3	3	計器故障等
本部の確保	補助注水ポンプ(西1)	補助注水ポンプ(西1)	4	4	③		③	4	4	計器故障等	
			1	1	③		1	1	1	1	計器故障等

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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		評価	
	分類	計器名称	計器数	直読	計器数	直読		
異常運転時 モニタリング アラーム(シフト) (注水-1) 等	原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉水位 (燃料)	2	2	1	1	
AM設備別操作手順書	原子炉内圧力降下時の水位	原子炉圧力	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 この注水流量と溶融炉心除去に必要な注水量より原子炉水位の代替監視は可能
			原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (燃料)	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
					直読	計器数	直読	計器数	
1.8.2.2 溶融炉心のベクタータクトル内への落下送達・防止のための対応手順 a. 高圧原子炉圧力降下による原子炉圧力降下への注水	原子炉格納容器内の放射線監視	放射線監視	放射線監視モニタ (ドライウエール)	2	2	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
			放射線監視モニタ (燃料)	2	2	1	1		
AM設備別操作手順書 (注水-1) (注水-2) [HPA/C]による原子炉注水	原子炉圧力降下時の温度	原子炉圧力降下時の温度 (A)	原子炉圧力降下時の温度 (A)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 この注水流量と溶融炉心除去に必要な注水量より原子炉水位の代替監視は可能	
			原子炉圧力降下時の温度 (B)	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

抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータ		抽出バラムメータ		計器名称	抽出バラムメータ		計器故障等	評価	SBO			
			計器数	事後	計器数	事後		計器数	事後						
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	異常時運転手順書 「注水-1」 等	原子炉圧力	2	2	1	0	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認		
		原子炉圧力計管内の圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能		
	AM設備の操作手順書	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認	
		原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能		
	操作手順書 (2/2)	原子炉圧力計管内の圧力	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能	
		水の凍結防止	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能	
			原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
		水の凍結防止	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能	
			原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能	

①: 重要監視バラムメータ, ②: 有線監視バラムメータ, 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

抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータ		抽出バラムメータ		計器名称	抽出バラムメータ		計器故障等	評価	SBO			
			計器数	事後	計器数	事後		計器数	事後						
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	異常時運転手順書 「注水-1」 等	原子炉圧力	2	2	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認		
		原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能		
	AM設備の操作手順書	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認	
		原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能		
	操作手順書 (2/2)	水の凍結防止	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能	
		水の凍結防止	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能	
			原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
		水の凍結防止	原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、監視可能	
			原子炉圧力						原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力計管内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出バラムメータにて確認
			原子炉圧力						原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力 (広帯域) は原子炉圧力計管内の圧力を監視し、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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 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	
1.8.2.2 溶融炉心のバドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 d. 消水系による原子炉圧力容器への注水		格納容器券囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器券囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内券囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認	
非常時運転手順書III（シビアクシデント）「注水-1J」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の放射線濃度	格納容器券囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器券囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内券囲気放射線レベルを計測することができ、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)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
		原子炉圧力	1	1			原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
		原子炉圧力	1	1			原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
	残留熱除去系熱交換器入口温度	1	1			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能		

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
監視対象内 監視対象 (注水-1) 監視対象 (注水-2) AM設備別操作手順書 III「注水-2」 AM設備別操作手順書 III「注水-1」 AM設備別操作手順書 III「注水-1J」 AM設備別操作手順書 III「注水-1K」	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力	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	

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後	
対峙手段 非常時運転手 監視員(シフト) アタケンデン 等 注水-1) AM設備別機 作手編成	原子炉圧力容器内の水位 (2, 3)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
			原子炉水位 (S.A.燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料)	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料)を計測することができ、監視可能
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と積熱除去に必要流量より原子炉水位の代管監視可能
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	
			低圧代管注水系統流量	1	1	低圧代管注水系統流量	1	1	
原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力 (S.A.)	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	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.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後	
対峙手段 非常時運転手 監視員(シフト) アタケンデン 等 注水-1) AM設備別機 作手編成	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (S.A.)	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の積熱除去に必要流量より原子炉圧力容器監視可能
			原子炉水位 (S.A.)	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	
			原子炉圧力容器温度 (S.A.)	2	2	原子炉圧力容器温度 (S.A.)	2	2	
			原子炉圧力	2	2	原子炉圧力	2	2	
			原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の積熱除去に必要流量より原子炉圧力容器監視可能
			原子炉水位 (S.A.)	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	
			原子炉圧力容器温度 (S.A.)	2	2	原子炉圧力容器温度 (S.A.)	2	2	

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 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		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアクシアン 「注水-1」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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	
判断基準 (3/3)	電源	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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	
水源の確保	M/C 2D電圧	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
電源	直流125V主母線 B電圧	直流125V主母線 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		通水貯蔵タンク水 位	1	0	0	③	代替液本源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアクシアン 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作 手順書 [HPACによる原子炉 保]	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	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
監視事項は主要パラ メータにて確認	原子炉圧力	M/C 2D電圧	原子炉圧力	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	
			原子炉水位	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	
			直流125V主母線 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	
			通水貯蔵タンク水 位	1	0	0	③	代替液本源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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	
			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると検定し、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				

・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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バスターマータを計測する計器			抽出バスターマータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	負荷切り離し後 監視	計器名称	計器数	負荷切り離し後 監視	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-1) 等	原子炉圧力 計測	原子炉水位 (S.A.監視)	2	1	原子炉水位 (S.A.監視)	1	1	原子炉圧力計測に係る監視事項は抽出バスターマータにて確認
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	1	原子炉水位 (S.A.監視)	1	1	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-2) 等	原子炉圧力 計測	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力計測に係る監視事項は抽出バスターマータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-3) 等	原子炉圧力 計測	原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	原子炉圧力計測に係る監視事項は抽出バスターマータにて確認
		原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	

①: 重要監視バスターマータ、②: 有線監視バスターマータ、③: 補助バスターマータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バスターマータを計測する計器			抽出バスターマータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	負荷切り離し後 監視	計器名称	計器数	負荷切り離し後 監視	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-1) 等	原子炉圧力 計測	原子炉水位 (S.A.監視)	2	1	原子炉水位 (S.A.監視)	1	1	原子炉圧力計測に係る監視事項は抽出バスターマータにて確認
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	1	原子炉水位 (S.A.監視)	1	1	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-2) 等	原子炉圧力 計測	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力計測に係る監視事項は抽出バスターマータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-3) 等	原子炉圧力 計測	原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	原子炉圧力計測に係る監視事項は抽出バスターマータにて確認
		原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	原子炉圧力 (狭帯域)	2	2	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 〔注水-1〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	計器故障等 直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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	
		原子炉圧 力容器内 の圧力								原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能
		原子炉圧 力								直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の変化より、残留熱除去系 系統流量の代替監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の変化より、残留熱除去系 系統流量の代替監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の変化より、残留熱除去系 系統流量の代替監視可能
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水 位変化より、残留熱除去系系統流 量の代替監視可能
		残留熱除去系系統流 量	1	0	0	0	①	1	0	0
消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ									残留熱除去系ポンプ吐出圧力	
消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ									消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	
代管冷却水の強 保状態を確認す るパラメータ									代管冷却水の強 保状態を確認す るパラメータ	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 〔注水-2〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の注水量	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	計器故障等 直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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	
		原子炉圧 力容器内 の圧力								原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能
		原子炉圧 力								直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の変化より、残留熱除去系 系統流量の代替監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の変化より、残留熱除去系 系統流量の代替監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の変化より、残留熱除去系 系統流量の代替監視可能
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水 位変化より、残留熱除去系系統流 量の代替監視可能
		残留熱除去系系統流 量	1	0	0	0	①	1	0	0
消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ									残留熱除去系ポンプ吐出圧力	
消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ									消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	
代管冷却水の強 保状態を確認す るパラメータ									代管冷却水の強 保状態を確認す るパラメータ	

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	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														
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO										
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 e. 補給水系による原子炉圧力容器への注水																					
非常時運転手順書III (シビリアクシデンツ) 「注水-1」等	原子炉圧力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	2	①	-		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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						
判断基準 (1/3) AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の温度	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-		格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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						
		原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
		原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1			原子炉水位 (燃料域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
		原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位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	監視事項は抽出パラメータにて確認						
		原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位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	監視事項は抽出パラメータにて確認						
		原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	0		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視可能						

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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									
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器														
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO										
事故時運転手順書III (シビリアクシデンツ) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作手順書 DIPACによる原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力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						
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1		原子炉水位 (燃料域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位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	監視事項は抽出パラメータにて確認						
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	0	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視可能						

・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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 事故時操作手順書 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) AM除塵別操作手順書 THPACによる原子炉注 水)	原子炉圧力容 器への注水量 監視監視機能	原子炉水位 (広帯 帯)	2	原子炉水位 (S.A.広 帯)	2	①
		原子炉水位 (燃料 棒)	2	原子炉水位 (S.A.燃 料)	2	①
		原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	①
		原子炉圧力 (燃料 棒)	2	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	2	①
		原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	①
		原子炉圧力 (燃料 棒)	2	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	2	①
		原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	①
		原子炉圧力 (燃料 棒)	2	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	2	①
		原子炉圧力 (S.A.)	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	①
		原子炉圧力 (燃料 棒)	2	原子炉圧力 (S.A.燃 料)	2	①

①: 重要監視パワーマータ、②: 有効監視パワーマータ、③: 補助パワーマータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 事故時操作手順書 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) AM除塵別操作手順書 THPACによる原子炉注 水)	原子炉圧力容 器への注水量 監視監視機能	高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ出口圧力 (S.A.)	1	①
		高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力	1	高圧原子炉代替注水ポン プ入口圧力 (S.A.)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非正常運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)(注水-1)等 AM設備別機作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接に原子炉圧力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	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉水位(広帯域)	2	2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	①	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を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	
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1		原子炉水位(SA燃料域)	1	1				
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力	4	4	①	直接に原子炉圧力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	
		原子炉水位(広帯域)	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と推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器温度より代替監視可能						
	電源 (3/3)	M/C 2C電圧	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を監視するパラメータ	-	-	-	-	-
			P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を監視するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を監視するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を監視するパラメータ	-	-	-	-	-
			高電圧25V主母線盤2A電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を監視するパラメータ	-	-	-	-	-
			高電圧25V主母線盤2B電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を監視するパラメータ	-	-	-	-	-
水源の確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替水源の確保状態を監視するパラメータ	-	-	-	-	-		

①: 重要監視パラメータ, ②: 補助パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器数	SBO影響	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		計器故障等	SBO			
									直後	負荷切り離し後					
非正常運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)(注水-1)(注水-2)AM設備別機作手順書(HIP ACIによる原子炉圧水)	水源の確保 (5/5)	サプレッション・プール水位(注水-1)	サプレッション・プール水位	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	高圧原子炉冷却水流量	1	1	①	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	1	①	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	0	③	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	0	③	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	0	③	抽出パラメータ	-	-	サプレッション・プール水位	3	0	③	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	0	③	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	0	③	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	1	①	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	1	①	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	1	①	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	1	①	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	1	①	直接に原子炉圧力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
			原子炉圧力	1	1	①	抽出パラメータ	-	-	原子炉圧力監視用サプレッション・プール水位	1	1	①	直接に原子炉圧力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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

Table with columns: 項目, 対応手段, 計器名称, 計器数, SBO影響, 負荷印し履し後, 抽出ハワーマーター, 補助ハワーマーター, 計器数, SBO影響, 負荷印し履し後, 抽出ハワーマーター, 補助ハワーマーター, 計器数, SBO影響, 負荷印し履し後, 抽出ハワーマーター, 補助ハワーマーター, 計器数, SBO影響, 負荷印し履し後. Includes various nuclear reactor monitoring items like '原子炉冷却水の流量' and '原子炉圧力'.

①: 重要監視ハワーマーター, ②: 有効監視ハワーマーター, ③: 補助ハワーマーター

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 負荷印し履し後, 抽出ハワーマーター, 補助ハワーマーター, 計器数, SBO影響, 負荷印し履し後, 抽出ハワーマーター, 補助ハワーマーター, 計器数, SBO影響, 負荷印し履し後. Includes items like '格納容器冷却水の流量' and '原子炉圧力'.

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	監視事項は抽出パラメータにて確認		
				直後	負荷切り直し後					直後	負荷切り直し後					
非常時運転手 アラーム (注水-1) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成積的に原子炉圧力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		
			2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力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 直接的に原子炉圧力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		
操作 (2/2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	1	0	0	①	-	サブレーション・プール水位	1	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			1	0	0	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系系統流量	2 2 2 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	-	0	1	0	0	0	残留熱除去系系統流量を正しく動作していることを確認することにより代替監視可能	-		
			2	0	0	③	-	補給水系の運転状態を確認するパラメータ	1	1	0	0	0	0	0	-
水源の確保	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	-	0	1	0	0	0	0	0	0	-
			2	0	0	③	-	代替水を確保するパラメータ	1	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ				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		パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	監視事項は抽出パラメータにて確認			
					直後	負荷切り直し後					直後	負荷切り直し後						
非常時運転手 アラーム (注水-1) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成積的に原子炉圧力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				
			2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力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 直接的に原子炉圧力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				
操作 (2/4)	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	1	0	0	①	-	サブレーション・プール水位	1	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認				
			1	0	0	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系系統流量	2 2 2 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認				
補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	-	0	1	0	0	0	0	0	0	0	-	
			2	0	0	③	-	代替水を確保するパラメータ	1	1	0	0	0	0	0	0	0	-
水源の確保	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	-	0	1	0	0	0	0	0	0	0	0	-
			2	0	0	③	-	代替水を確保するパラメータ	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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	SBO	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水										
非常時運転手 手順Ⅲ（シビ アアタジデン ト） （注水-1） 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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
	原子炉圧力容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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	SBO	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水										
非常時運転手 手順Ⅲ（シビ アアタジデン ト） （注水-1） 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の温度を計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	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と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A広帯域)	1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータ		計器		計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後							
対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデン ト)「注水-1」 等 AM設備切作要領書 (S.L.Cによる原子炉注 水)	異常時操作要領書 (シビアアクシデン ト)「注水-1」 等 AM設備切作要領書 (S.L.Cによる原子炉注 水)	原子炉水位 (圧力 罐) 原子炉水位 (燃料 罐)	原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉水位 (S.A.燃 料)	1	1	1	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータ		計器		計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後						
対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデン ト)「注水-1」 等 AM設備切作要領書 (S.L.Cによる原子炉注 水)	電線	C-メータクタ母線電圧	C-メータクタ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			D-メータクタ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	1	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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	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Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	-	-	原子炉水位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容 器温度より代替監視可能	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	-	原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	1	-	-	原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	1	-	-	原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	1	-	-	-	
緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	1	-	-	-	-
緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	緊急用直流125V主母 線電圧	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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	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	SBO	
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後						計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
炉心冷却 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 SALCによる炉心注 水	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	-	-	-	原子炉水位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容 器温度より代替監視可能	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	-	-	-	原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	1	-	-	-	-	原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	1	-	-	-	-	原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	1	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	1	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	-	-	-	-
		原子炉圧力	2	2	2	1	-	-	-	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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
		原子炉水位 (SA)	2	2	2	1	-	-	-	原子炉水位 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
					SBO影響	負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器故障等	SBO		
											直後	負荷切り離し後
AM設備別操作 手順書 「注水-1」 等	原子炉格納 容器下部の 溶融炉心を 冷却するた めの手順等	①	原子炉格納容 器下部の溶融 炉心を冷却す るための手順 等	1	1	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	①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	
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2		2
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1		1
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2		2
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1		1
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0		0
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	0		0
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	0		0
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1		1
								原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2		2

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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	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
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	1	1	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源 としている系統のうち、運転して いる系統の注水量より、サブレッ ション・プール水位の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1		
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2	2	2		
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	0	0	0	0		
		残留熱除去系統流量	3	0	0	0	0	0	0		
		低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	0	0	0	0		
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	1	1	1		
		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイス系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	0	0	0	0	サブレーション・チェンバを水源 とするポンプの吐出圧力により、 サブレーション・プール水位が確 保されていることを監視可能	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	0		
		低圧炉心スプレイス系ポンプ吐 出圧力	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段 (シビアアクシデン ト) 「注水-2」 AM設備別操作手順書 (CRDによる原子炉注 水)	項目	分類	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	計器故障	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
	原子炉圧力 (炉心内)			1	1	1			1	1	1	原子炉圧力	
	原子炉圧力 (サブレーション・プール)			1	1	1			1	1	1	原子炉圧力	
	高圧炉心スプレイス系 ポンプ吐出圧力			2	2	2			2	2	2	高圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力	
	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力			3	3	3			3	3	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	
	低圧炉心スプレイス系 ポンプ吐出圧力			1	1	1			1	1	1	低圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力	
	原子炉圧力			1	1	1			1	1	1	原子炉圧力	
	原子炉水位			1	1	1			1	1	1	原子炉水位	
	高圧炉心スプレイス系 ポンプ吐出圧力			1	0	0			1	0	0	高圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力	
	残留熱除去系ポンプ吐 出圧力			3	0	0			3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	
	低圧炉心スプレイス系 ポンプ吐出圧力			1	0	0			1	0	0	低圧炉心スプレイス系ポンプ吐出圧力	
	原子炉圧力			2	2	2			2	2	2	原子炉圧力	
	原子炉水位			1	1	1			1	1	1	原子炉水位	
	サブレーション・チェン バ水位			2	2	2			2	2	2	サブレーション・チェンバ水位	

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	計器故障等	計器故障等	SBO
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル(ドライウエル部)の床面への原子炉圧力容器への注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 g. ほう酸注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入	非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン)「注水-1」等 判断基準(1/3) AM設備別操作手順書	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)	①	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
		2	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)	①	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
	原子炉圧力容器内の放射線量率	4	原子炉圧力容器内の放射線量率	①	-	2	原子炉圧力	①	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内高飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	4	原子炉圧力容器内の温度	①	-	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視可能

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	パラメータ分類	計器故障等	計器故障等	SBO
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル(ドライウエル部)の床面への原子炉圧力容器への注水 (1) 原子炉圧力容器への注水 g. ほう酸注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入	非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン)「注水-1」等 判断基準(1/3) AM設備別操作手順書	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)	①	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
		2	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)	①	-	2	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)	①	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
	原子炉圧力容器内の放射線量率	4	原子炉圧力容器内の放射線量率	①	-	2	原子炉圧力	①	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内高飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の温度	4	原子炉圧力容器内の温度	①	-	2	残留熱除去系熱交換器入口温度	①	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視可能

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り直し後
対応手段 外部特種作業要領書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備切作要領書 「CRDによる原子炉注 水」	原子炉圧 力容器の 水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能	
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り直し後
対応手段 外部特種作業要領書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備切作要領書 「CRDによる原子炉注 水」	電源	C-メータクタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能	
		D-メータクタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		C-ロードセンタ自働電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		D-ロードセンタ自働電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		補機監視機能 原子炉補機冷却系常用流量	1	0	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		取水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		C-メータクタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		D-メータクタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		C-ロードセンタ自働電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		D-ロードセンタ自働電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		補機監視機能 原子炉補機冷却系常用流量	1	0	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		取水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		C-メータクタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		D-メータクタフ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能
		C-ロードセンタ自働電圧	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 底の注水流量と溶融炉心に必要な 注水量より原子炉水位の代替監視 による監視が可能

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書III(シビリアクシデント)「注水-1」等	判断基準(3/3)	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	-	-	-	-	-

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	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										
車庫内保守作業手「注水-1」(シフト)「注水-2」AM設備の保守作業手「注水-2」(CRDによる炉心が保)	原子炉圧力(注水-1)注水-2)	注水の水位	【原子炉水位(核蒸気)】 【注水-1】 【注水-2】	3	2	①	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ													
														3	0	①	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ						
																					2	1	①	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウメータ		抽出バウメータ		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類	抽出バウメータ		抽出バウメータ		評価	
		計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後	計器数	直後		
異常時運転 非常時運転 「注水-1」 「注水-2」 AMT監視用 作手手順	原子炉圧力 力源部内 の水	原子炉水位 (広帯 域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は、 原子炉圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。			

①: 重要監視バウメータ, ②: 有価監視バウメータ, ③: 補助バウメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウメータ		抽出バウメータ		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類	抽出バウメータ		抽出バウメータ		評価	
		計器数	直後	計器数	直後			計器数	直後	計器数	直後		
異常時運転 非常時運転 「注水-1」 「注水-2」 AMT監視用 作手手順	原子炉圧力 力源部内 の水	原子炉水位 (S.A. 広帯域)	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	2	2	1	①	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は、 原子炉圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (広帯 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、監視 可能。
			原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	①	原子炉水位 (燃料 域)	2	2	1	1	原子炉水位 (燃料 域)は、原子炉 圧力源部内 の水を監視する ことにより、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響					
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉水位 (S A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 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	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	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
操作 (2 / 2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-	-
		ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響					
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアラクシデン ト) 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書 注水	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉水位 (S A)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主監視 パラメータにて確認	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	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	監視事項は主監視 パラメータにて確認
操作 (3 / 4)	原子炉圧力 容器内の 圧力	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-	-
		ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	③	-	-	-	-	-	-	-	-

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後						
対応手段 緊急時操作要領書 「注水-1」(シシアント) 「注水-2」 ANI設備の操作要領書 C/Dによる原子炉注 水	原子炉圧力容 器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	—	①	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内部の融核状態にあると 判断し、融核/圧力の増加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 器への注水量	補助排熱動水圧系注水量	1	0	②	0	0	0	1	1	2	補助排熱動水圧系が運転を維持できれば、格納熱除去系熱交 換器入口温度により代替監視可能	
	補機監視機能	補助排熱動水圧系充てん水 ヘッド圧力	1	1	③	0	0	1	1	1	—	—	
	水源の確保	復水貯蔵タンク水位	1	0	③	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			計器数	計器名	抽出バロメータ 分類理由	バロメータ 分類	評価			SBO	
				計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後					計器数	直後	負荷切り直し後		
1.8.2.2 溶融炉心のバスタスタカル内への蒸下循環・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 d. 蒸圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉圧力容器への注水	原子炉格納容器の放射線モニタ (ドライウエル)	原子炉格納容器の放射線モニタ (ドライウエル)	格納容器上部気放射線モニタ (ドライウエル)	2	2	1	18	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	①	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認		
				2	2	1	18	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	②	0	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認		
1.8.2.2 溶融炉心のバスタスタカル内への蒸下循環・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 d. 蒸圧原子炉代替注水系 (常設) による原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内の温度 (S/A)	2	2	2	2	2	1	1	原子炉圧力容器内の蒸気発生率	①	2	2	1	原子炉圧力容器内の蒸気発生率の監視は主要バロメータにて確認		
				2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の蒸気発生率の監視は主要バロメータにて確認	
				2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の蒸気発生率の監視は主要バロメータにて確認
				2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の蒸気発生率の監視は主要バロメータにて確認

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	設備名称	抽出パワーマーターを計測する計器			抽出パワーマーターの代替パワーマーターを計測する計器			検出パワーマーター 分類理由	計器名称	計器数	SRI計器			計器位置等	300
			直後	負荷切り直し後	パワーマーター 分類	直後	負荷切り直し後	パワーマーター 分類								
緊急時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-1) ANI(緊急時操作要領書) PFLSR (常設) による 原子炉注水	原子炉注水時 溶融炉心水位	【原子炉注水(検査時)】 原子炉注水(広範囲) 原子炉注水(燃料室)	3	0	①	1	1	1	原子炉注水水位 (S.A.)	1	1	1	1	1	1	監視室に設置 (注水-1)
			2	1	①	2	1	①	2	2	2	2	2	2	2	
異常時 (注水-4)	原子炉注水時 溶融炉心水位	【原子炉注水(検査時)】 原子炉注水(広範囲) 原子炉注水(燃料室)	3	0	①	1	1	1	原子炉注水水位 (S.A.)	1	1	1	1	1	1	監視室に設置 (注水-4)
			2	1	①	2	1	①	2	2	2	2	2	2	2	

①重要監視パワーマーター、②有効監視パワーマーター、③補助パワーマーター

直後：原子炉注水水位 (S.A.) を計測することによって、監視室に設置可能

負荷切り直し後：原子炉注水水位 (S.A.) を計測することによって、監視室に設置可能

パワーマーター分類：原子炉注水水位 (S.A.) とサブプレッシャー・チェンジャー (S.A.) の両方に設置可能

計器位置等：監視室に設置可能

300：監視室に設置可能

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	種別	詳細名称	抽出パナメータの設置パナメータを計測する装置			種別	詳細名称	抽出パナメータの設置パナメータを計測する装置			計測	計測	
			計測数	直観	負荷切り離し後			計測数	直観	負荷切り離し後			
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (注1-2) AMI監視用監視装置 (注3) (注4)による 原子炉注水 (注5)による	原子炉注水	原子炉注水	2	2	1	原子炉注水 (注5) 原子炉注水 (注5)	2	2	1	原子炉注水 (注5) 原子炉注水 (注5)	2	2	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	2	2	2	原子炉注水 (注5) (無常規用)	2	2	2	原子炉注水 (注5) (無常規用)	2	2	2
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1
	原子炉注水	原子炉注水	1	1	1	原子炉注水 (注5)	1	1	1	原子炉注水 (注5)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響			計器故障等	SBO	
				計器数	直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後				
取扱特種用要領書 (シビアアクシデント) (注水-1) A1注水 A2注水 A3注水 (FLSR (常設)による 原子炉注水)	電源		緊急用メタスタ電圧	1	1	1	緊急用メタスタの受電状態を監視するパラメータ								
			SAロードセンタ励磁電圧	1	1	1	緊急用ロードセンタの受電状態を監視するパラメータ								
判断基準 (~ / 4)	水源の確保		低圧原子炉代替注水本水位	1	1	1	---	代替注水流量 (常設)	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水本水位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本水位の代替監視可能	低圧原子炉代替注水本水位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本水位の代替監視可能	
			原子炉本水位 (広帯域)	2	2	2	---	原子炉本水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	低圧原子炉代替注水本水位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本水位の代替監視可能	低圧原子炉代替注水本水位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本水位の代替監視可能
			原子炉本水位 (燃料域)	2	2	2	---	原子炉本水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	低圧原子炉代替注水本水位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本水位の代替監視可能	低圧原子炉代替注水本水位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本水位の代替監視可能
			原子炉本水位 (SA)	1	1	1	---	原子炉本水位 (SA)	1	1	1	1	1	注水先の原子炉本水位の変化により、低圧原子炉代替注水本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
			オペレーション・プール水位 (SA)	1	1	1	---	オペレーション・プール水位 (SA)	1	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水本水位を水源とする低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力により、低圧原子炉代替注水本水位が確保されていることを監視可能	
			低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	2	0	0	---	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	2	0	0	0	0	低圧原子炉代替注水本水位が確保されていることを監視可能	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	種別	計器名称	監視パラメータの検出パラメータを計測する計器		監視パラメータ 分類理由	計器名称	SBO状態		計器名称	SBO状態	詳細説明等	SBO
			計器数	検出			計器数	検出				
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。 (注) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。 (注) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。 (注) 本表は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等に関する監視事項を示す。	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段 監視項目 (注水-1J) A FLSRK(常設)による 原子炉注水)	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	計器数	SBO計器			計器故障等	SBO
				計器数	直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後	評価		
機 作 (4)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力 容器内の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	原子炉圧力 (S/A) から原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能。	監視事項は主係バロメータにて確認	
				原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位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容器温度より監視可能。		
				原子炉水位 (S/A)	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能。		
				原子炉圧力容器温度 (S/A)	2	2	2	原子炉圧力容器温度 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能。		
				原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能。		
				原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1		原子炉水位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容器温度より監視可能。
				原子炉水位 (S/A)	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能。		
				原子炉圧力容器温度 (S/A)	2	2	2	原子炉圧力容器温度 (S/A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能。		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対比対象	分項	計器名称	抽出パラメータの代償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	抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器			計器名称等	評価
				計器数	直後	負荷切り離し後			計器数	直後	負荷切り離し後		
緊急時操作要領書 【注水-1】(炉冷却) 【注水-2】(炉冷却) 【注水-SB】(炉冷却)による 原子炉注水)	原子炉圧力 第一の注水量	格納容器下部の注水量	原子炉注水量 (常設)	1	1	1	—	原子炉注水量 (常設)	1	1	1	水素である原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より 代償監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
			原子炉注水量 (注水量)	2	2	2	—	原子炉注水量 (注水量)	2	2	2	原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より代償 監視可能	
			原子炉注水量 (燃料)	2	2	2	—	原子炉注水量 (燃料)	2	2	2	原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より代償 監視可能	
		原子炉注水量 (SA)	1	1	1	—	原子炉注水量 (SA)	1	1	1	—		
機	(4 / 4)	格納容器下部の注水量	原子炉注水量 (常設)	2	2	2	—	原子炉注水量 (常設)	2	2	2	原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より、監視 している系統の注水量より原子炉注水量の代償監視 可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
			原子炉注水量 (注水量)	2	2	2	—	原子炉注水量 (注水量)	2	2	2	原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より代償 監視可能	
			原子炉注水量 (燃料)	2	2	2	—	原子炉注水量 (燃料)	2	2	2	原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より代償 監視可能	
			原子炉注水量 (SA)	1	1	1	—	原子炉注水量 (SA)	1	1	1	—	
水素の注水量	格納容器下部の注水量	原子炉注水量 (常設)	1	1	1	—	原子炉注水量 (常設)	1	1	1	原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より、監視 している系統の注水量より原子炉注水量の代償監視 可能	監視事項は主要パラ メータにて確認	
		原子炉注水量 (注水量)	2	2	2	—	原子炉注水量 (注水量)	2	2	2	原子炉注水量と原子炉注水量の差による変化より代償 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器			計器数	計器数	抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO		
			直接	負荷印可後	SBO影響						直接	負荷印可後	SBO影響				
1.8.2. 溶融炉心のベズスタクセル内への落下溶融・閉止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 (注水-1) (注水-2) AM設備別機組要領書 「CWTによる原子炉注水」	原子炉格納容器下部の放射線 検出	格納容器下部放射線モニタ (ドライウェル)	2	2	1	18	0	0	0	0	0	0	0	0	0		
			格納容器下部放射線モニタ (ドライウェル)	2	2	1	18	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
1.8.2. 溶融炉心のベズスタクセル内への落下溶融・閉止のための対応手順 (2)原子炉圧力容器からの注水 (注水-3) AM設備別機組要領書 「CWTによる原子炉注水」	原子炉圧力容器下部の温度	原子炉圧力容器下部温度 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
			原子炉圧力容器下部温度 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉圧力容器下部温度 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉圧力容器下部温度 (S/A)	2	2	2	2	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

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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		計器数	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		計器数	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		計器数	計器名称	備考		
			分組	分組	分組	分組			分組	分組			分組	分組					
本廠設備作業要領書 (シビアアクシデント) (注水-2) AMI設備設備作業要領書 (CWTによる原子炉圧 力)	原子炉格納 容器下部の 溶融炉心	[原子炉冷却 (融炉心)] [原子炉冷却 (融炉心)] [原子炉冷却 (融炉心)]	3	2	3	2	3	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	原子炉冷却 (S/A) とサブプレッシャ による冷却	監視事項は本廠 の原子炉冷却 設備に相違 がある	
			2	2	2	2	2	2	原子炉冷却 (融炉心)	2	2	2	2	原子炉冷却 (融炉心)	2	2	2		原子炉冷却 (融炉心)
			1	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (融炉心)	1	1	1	1	原子炉冷却 (融炉心)	1	1	1		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)
			0	0	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0	0	原子炉冷却 (融炉心)	0	0	0		原子炉冷却 (融炉心)

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																	
		<p style="text-align: center;">第1表 重大事故等対処に係る監視事項</p> <p style="text-align: center;">1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">抽出バワメータを計測する計器</th> <th rowspan="2">抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器</th> <th rowspan="2">抽出バワメータ 分類</th> <th rowspan="2">抽出バワメータ 分類理由</th> <th colspan="2">評価</th> </tr> <tr> <th>直後</th> <th>負荷切り直し後</th> <th>計器故障等</th> <th>計器故障等</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="6"> 対応目録 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (基本-1) (基本-2) AIA既述の操作要領書 (CWTTによる原子炉注 水) </td> <td rowspan="6">電圧</td> <td>C-メタクラ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>④</td> <td>非常用メタクラの受電状態を確保するバワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-メタクラ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>非常用メタクラの受電状態を確保するバワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>C-ロードセントラ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>非常用ロードセントラの受電状態を確保するバワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>D-ロードセントラ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>非常用ロードセントラの受電状態を確保するバワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>凝水貯留タンク水位</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>③</td> <td>凝水貯留タンクの運転状態を確保するバワメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	抽出バワメータを計測する計器		抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器	抽出バワメータ 分類	抽出バワメータ 分類理由	評価		直後	負荷切り直し後	計器故障等	計器故障等	対応目録 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (基本-1) (基本-2) AIA既述の操作要領書 (CWTTによる原子炉注 水)	電圧	C-メタクラ母線電圧	1	1	1	④	非常用メタクラの受電状態を確保するバワメータ	1	1	D-メタクラ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタクラの受電状態を確保するバワメータ	1	1	C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確保するバワメータ	1	1	D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確保するバワメータ	1	1	凝水貯留タンク水位	1	0	0	③	凝水貯留タンクの運転状態を確保するバワメータ	1	1										<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
項目	分類	計器名称				抽出バワメータを計測する計器					抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器	抽出バワメータ 分類	抽出バワメータ 分類理由	評価																																																						
			直後	負荷切り直し後	計器故障等	計器故障等																																																														
対応目録 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (基本-1) (基本-2) AIA既述の操作要領書 (CWTTによる原子炉注 水)	電圧	C-メタクラ母線電圧	1	1	1	④	非常用メタクラの受電状態を確保するバワメータ	1	1																																																											
		D-メタクラ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタクラの受電状態を確保するバワメータ	1	1																																																											
		C-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確保するバワメータ	1	1																																																											
		D-ロードセントラ母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確保するバワメータ	1	1																																																											
		凝水貯留タンク水位	1	0	0	③	凝水貯留タンクの運転状態を確保するバワメータ	1	1																																																											

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考 ・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	対処手段	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			評価	
			計器名称	計器数	監視機能	計器名称	計器数	監視機能		
重要時域監視器 (注水-1) (注水-2) AMI監視器 (CWTによる原子炉圧力)	1 / 2	原子炉圧力/溶融炉心水位	【緊急時水位 (標準値)】 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	0	0	0	監視機能は重要時域監視器にて監視	
		原子炉水位 (S/A)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (標準値)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (広帯域)		2	2	2	2	2		2
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (燃料域)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (標準値)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (広帯域)		2	2	2	2	2		2
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (燃料域)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (標準値)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (広帯域)		3	3	3	3	3		3
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (燃料域)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (標準値)		2	2	2	2	2		2
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (広帯域)		1	1	1	1	1		1
		原子炉圧力/原子炉圧力監視器 (燃料域)		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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	取出しバナーの代替バナーを付加する手順		検出バナーの 分類理由	計器名称	300kV系		計器 種類	計器 位置	計器 位置		
			計器 位置	計器 位置			計器 位置	計器 位置					
社名等 電力会社 （シニアアシスタント） 「日本一」 「CWTT」による原子炉位 相	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	高圧原子炉内圧力計 (監視) 原子炉水位 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視) 高圧原子炉内圧力計 (監視)	1	1	0	1	1	1	1	1	300		
				2	1	1	1	2	1		1	1	1
				3	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				4	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				5	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				6	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				7	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				8	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				9	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				10	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				11	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				12	1	1	1	1	1	1	1	1	1

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考 ・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																																																																																																																																																																																																
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等																																																																																																																																																																																																
対応手段 事故時操作要領書 (日本-1)/シナリオ (日本-2) AM6設備別操作要領書 (C、WT)による原子炉E 制	<table border="1" style="width: 100%;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th rowspan="2">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">備考</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>前後</th> <th>負荷切り直し</th> <th>バックアップ</th> <th>計器数</th> <th>前後</th> <th>負荷切り直し</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力</td> <td rowspan="2">圧力</td> <td>原子炉圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td rowspan="2">監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	備考	計器数	前後	負荷切り直し	バックアップ	計器数	前後	負荷切り直し	原子炉圧力	圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	<table border="1" style="width: 100%;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th rowspan="2">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">備考</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>前後</th> <th>負荷切り直し</th> <th>バックアップ</th> <th>計器数</th> <th>前後</th> <th>負荷切り直し</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力</td> <td rowspan="2">圧力</td> <td>原子炉圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td rowspan="2">監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> <tr> <td>原子炉格納容器圧力</td> <td>圧力</td> <td>原子炉格納容器圧力 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>1</td> <td>監視計器は主要のシナリオにて確認</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	備考	計器数	前後	負荷切り直し	バックアップ	計器数	前後	負荷切り直し	原子炉圧力	圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認	原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認
項目	分類				計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等				原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	備考																																																																																																																																																																																
		計器数	前後	負荷切り直し		バックアップ	計器数	前後	負荷切り直し																																																																																																																																																																																							
原子炉圧力	圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
		原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1																																																																																																																																																																																					
原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	備考																																																																																																																																																																																				
			計器数	前後	負荷切り直し			バックアップ	計器数	前後			負荷切り直し																																																																																																																																																																																			
原子炉圧力	圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
		原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1																																																																																																																																																																																					
原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
原子炉圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				
原子炉格納容器圧力	圧力	原子炉格納容器圧力 (S/A)	1	1	0	0	1	1	0	0	1	監視計器は主要のシナリオにて確認																																																																																																																																																																																				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り直し後					直後	負荷切り直し後			
4.8.9. 溶融炉心のシステム内への落下遅延・防止のための対応手順 「注水-1」 「注水-2」 ANM溶融炉心冷却手順書 (1) 炉心系による原子炉注水	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための対応手順 原子炉格納容器内の放射線 監視		格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	1	①	—	【エリア放射線モニタ】(原子炉格納容器)	18	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
			格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	1	①	—	【エリア放射線モニタ】(原子炉格納容器)	18	0	0	0	0
監視基準 (1 / -)	原子炉圧力/格納容器内の温度		原子炉圧力	2	2	2	1	—	原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力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 (S/A)	1	1	1	1	—	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力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/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	①	—	原子炉圧力 (圧力検出器) / 原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	2 / 2	2 / 2	2 / 2	1 / 1	原子炉圧力/格納容器温度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/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	—	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力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
			格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	格納容器上部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
			格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	格納容器上部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/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	原子炉圧力/格納容器温度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/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力/格納容器温度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
			格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	格納容器上部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
			格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	格納容器上部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/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	原子炉圧力/格納容器温度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/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力/格納容器温度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
			格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	格納容器上部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
			格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	格納容器上部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/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	原子炉圧力/格納容器温度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/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力/格納容器温度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
			格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	格納容器上部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
			格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	格納容器上部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/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	原子炉圧力/格納容器温度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/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力/格納容器温度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
			格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (ドワイエル)	2	2	2	2	格納容器上部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
			格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	—	格納容器上部放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	2	2	2	2	格納容器上部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/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	2	2	2	2	原子炉圧力/格納容器温度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/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	—	原子炉圧力/格納容器温度 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力/格納容器温度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

・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>第1表 重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</p>																																																																																																																																		
<table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備が操作用要領書 [消防系による原子炉注 水]</th> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th colspan="4">抽出パラメータを計測する計器</th> <th colspan="4">抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器</th> <th rowspan="2">評価</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>計器名称</th> <th>計器数</th> <th>計器名称</th> <th>計器数</th> <th>計器名称</th> <th>計器数</th> <th>計器名称</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10"></td> <td rowspan="10">電源</td> <td rowspan="10">電源</td> <td>C-メタタクサ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>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</td> </tr> <tr> <td>D-メタタクサ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>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</td> </tr> <tr> <td>C-ロードセンタ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>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</td> </tr> <tr> <td>D-ロードセンタ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>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</td> </tr> <tr> <td>補助炉水槽水位</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>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</td> </tr> <tr> <td>ろ過水タンク水位</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>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</td> </tr> <tr> <td colspan="11"> <p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p> </td> </tr> <tr> <td colspan="11"> <p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p> </td> </tr> <tr> <td colspan="11"> <p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p> </td> </tr> <tr> <td colspan="11"> <p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p> </td> </tr> </tbody> </table>				対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備が操作用要領書 [消防系による原子炉注 水]	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		電源	電源	C-メタタクサ母線電圧	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	D-メタタクサ母線電圧	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	C-ロードセンタ母線電圧	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	D-ロードセンタ母線電圧	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	補助炉水槽水位	2	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	ろ過水タンク水位	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	<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>											<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>											<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>											<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>										
対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] AM設備が操作用要領書 [消防系による原子炉注 水]	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																																																																																																																								
	電源	電源	C-メタタクサ母線電圧	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																																																																																																																						
			D-メタタクサ母線電圧	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																																																																																																																						
			C-ロードセンタ母線電圧	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																																																																																																																						
			D-ロードセンタ母線電圧	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																																																																																																																						
			補助炉水槽水位	2	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																																																																																																																						
			ろ過水タンク水位	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																																																																																																																						
			<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>																																																																																																																															
			<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>																																																																																																																															
			<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>																																																																																																																															
			<p>補助パラメータ分類理由</p> <p>①重要監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>②有効監視パラメータの代替パラメータを計測する計器</p> <p>③補助パラメータ</p>																																																																																																																															
											<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎6/7，東海第二】</p> <p>技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違</p>																																																																																																																							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	対称性	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の監視項目			原子炉格納容器下部の監視項目			計器名称	監視項目	計器名称	監視項目	計器名称	監視項目
				計器数	設置	検出	計器数	設置	検出						
原子炉格納容器下部の監視項目 (注1) (注2) (注3) (注4) (注5) (注6) (注7) (注8) (注9) (注10) (注11) (注12) (注13) (注14) (注15) (注16) (注17) (注18) (注19) (注20) (注21) (注22) (注23) (注24) (注25) (注26) (注27) (注28) (注29) (注30) (注31) (注32) (注33) (注34) (注35) (注36) (注37) (注38) (注39) (注40) (注41) (注42) (注43) (注44) (注45) (注46) (注47) (注48) (注49) (注50) (注51) (注52) (注53) (注54) (注55) (注56) (注57) (注58) (注59) (注60) (注61) (注62) (注63) (注64) (注65) (注66) (注67) (注68) (注69) (注70) (注71) (注72) (注73) (注74) (注75) (注76) (注77) (注78) (注79) (注80) (注81) (注82) (注83) (注84) (注85) (注86) (注87) (注88) (注89) (注90) (注91) (注92) (注93) (注94) (注95) (注96) (注97) (注98) (注99) (注100)	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	
				原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目	原子炉格納容器下部の監視項目

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

・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. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	注目	分類	詳細名称	抽出ワイヤメータを計測する手順			抽出ワイヤメータ分類理由	詳細名称	抽出ワイヤメータを計測する手順			詳細説明等	評価
				評価数	直観	検出			評価数	直観	検出		
事故時監視事項 (シビアアクシデント) (注書-2) AMI監視項目(重要度) A1(炉水系統上)5号炉炉心注水	機 作 5 / 3	原子炉注水部 炉内水圧	原子炉注水部 (注水)	1	1	1	—	原子炉注水部 (注水)	1	1	1	原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違 抽出ワイヤメータを計測する手順 抽出ワイヤメータを計測する手順	300
			原子炉注水部 (注水)	2	2	2		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	1	1	1		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	1	1	1		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	2	2	2		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	2	2	2		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	1	1	1		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	1	0	0		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	3	0	0		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	1	0	0		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	1	1	1		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	2	2	2		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
			原子炉注水部 (注水)	1	1	1		原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違					
原子炉注水部 (注水)	2	2	2	原子炉注水部(注水)と注水系統の注水流量と相違									

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	監視項目			監視項目			監視項目			監視項目			備考
		監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目		
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認
		原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	原子炉出力 (S/A)	監視事項は主要炉メータにて確認

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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

対応手順	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		計器数	計器名称	評価		SBO		
				計器数	直後			SBO影響	負荷切り直し後			計器数	計器名称等		直後	SBO影響
1.8.2.2 溶融炉心のベグスタカール内への落下遅延・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水) 事象発生時 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) AM改機初期操作要領書 による原子炉注水) 原子炉底層対策手順書 (大減速水を駆使した送水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心	異常	格納容器型溶融炉心放射線モニタ (ドライウェル)	2	2	1	①	—	18	[エリア放射線モニタ] (原子炉格納容器内)	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	
			格納容器型溶融炉心放射線モニタ (サブプレッションシフト)	2	2	1	①	—	18	[エリア放射線モニタ] (原子炉格納容器内)	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
1.8.2.2 溶融炉心のベグスタカール内への落下遅延・防止のための対応手順 (1)原子炉圧力容器への注水 (可搬型) による原子炉圧力容器への注水 (淡水/海水) 事象発生時 (シビアアクシデント) (注水-1) (注水-2) AM改機初期操作要領書 による原子炉注水) 原子炉底層対策手順書 (大減速水を駆使した送水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心	異常	原子炉圧力容器格納容器内放射線モニタ	2	2	2	①	—	2	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力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	
			原子炉圧力容器格納容器内放射線モニタ	2	2	2	①	—	2	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力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
			原子炉圧力容器格納容器内放射線モニタ	2	2	2	①	—	2	原子炉圧力 (圧力)	2	2	2	2	原子炉圧力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
			原子炉圧力容器格納容器内放射線モニタ	2	2	2	①	—	2	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	2	①	—	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	分類	計器名称	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		計器位置	計器数量	計器位置		計器数量	計器位置	計器数量	計器位置	計器数量	
				事後	事後	事後	事後	事後	事後			事後	事後						
事故対応手順書 (シリアアラウンド) (注水-2) ANM緊急操作手順書 (F.L.S.R.(可搬型)による炉心の注水) 原子力発電所自主訓練 (大規模災害発生時対応)	1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (2 / 1)	原子炉圧力降下 炉内の水没	原子炉圧力降下(強制減圧)	0	3	0	3	0	3	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	
			原子炉圧力降下(強制減圧)	1	2	1	2	1	2	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1
			原子炉圧力降下(強制減圧)	0	2	0	2	0	2	0	原子炉圧力降下(ISA)	1	1	1	1	原子炉圧力降下(ISA)	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等

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	島根原子力発電所			東海第二発電所			柏崎刈羽原子力発電所		
			計器数	原核	負荷切り離し核	計器数	原核	負荷切り離し核	計器数	原核	負荷切り離し核
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 (注1) (注2) (注3) (注4) (注5) (注6) (注7) (注8) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾取するための手順等	炉心水位	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	
	炉心水位 (S.A)	炉心水位 (S.A)	1	1	1	0	0	2	2	1	

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																															
		<p style="text-align: center;">第1表 重大事故等対処に係る監視事項</p> <p style="text-align: center;">1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="2">抽出パラメータを計測する計器</th> <th rowspan="2">計器数</th> <th colspan="2">SBO影響</th> <th rowspan="2">抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器</th> <th colspan="2">評価</th> </tr> <tr> <th>直後</th> <th>負荷切り直し後</th> <th>直後</th> <th>負荷切り直し後</th> <th>計器名称</th> <th>計器数</th> <th>計器故障等</th> <th>SBO</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4"> 緊急時操作要領書 「圧水-1/シフト」 「圧水-2」 AMI設備初期作業者 (当機室) による 原子炉冷却系手順書 「大流量送水車を使用した送 水」 </td> <td rowspan="2">電圧</td> <td>緊急用メタタラ電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>緊急用メタタラの受電状態 を確認するパラメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> <td></td> </tr> <tr> <td>SAロードセントラ電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>緊急用ロードセントラの受電 状態を確認するパラメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> <td></td> </tr> <tr> <td>輪谷貯水槽 (西1)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>代替送水車の運転状態を確 認するパラメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> <td></td> </tr> <tr> <td>輪谷貯水槽 (西2)</td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td></td> <td>代替送水車の運転状態を確 認するパラメータ</td> <td>1</td> <td>1</td> <td></td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	評価		直後	負荷切り直し後	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	緊急時操作要領書 「圧水-1/シフト」 「圧水-2」 AMI設備初期作業者 (当機室) による 原子炉冷却系手順書 「大流量送水車を使用した送 水」	電圧	緊急用メタタラ電圧	1	1	1	1	1	緊急用メタタラの受電状態 を確認するパラメータ	1	1		SAロードセントラ電圧	1	1	1	1	1	緊急用ロードセントラの受電 状態を確認するパラメータ	1	1		輪谷貯水槽 (西1)							代替送水車の運転状態を確 認するパラメータ	1	1		輪谷貯水槽 (西2)							代替送水車の運転状態を確 認するパラメータ	1	1		<ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 <p>【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>
項目	分類	計器名称				抽出パラメータを計測する計器			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	評価																																																					
			直後	負荷切り直し後	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数		計器故障等	SBO																																																							
緊急時操作要領書 「圧水-1/シフト」 「圧水-2」 AMI設備初期作業者 (当機室) による 原子炉冷却系手順書 「大流量送水車を使用した送 水」	電圧	緊急用メタタラ電圧	1	1	1	1	1	緊急用メタタラの受電状態 を確認するパラメータ	1	1																																																								
		SAロードセントラ電圧	1	1	1	1	1	緊急用ロードセントラの受電 状態を確認するパラメータ	1	1																																																								
	輪谷貯水槽 (西1)							代替送水車の運転状態を確 認するパラメータ	1	1																																																								
	輪谷貯水槽 (西2)							代替送水車の運転状態を確 認するパラメータ	1	1																																																								

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を拾却するための手順等

項目	分類	詳細名称	抽出パワメータを計測する計器			補助パワメータ			計器数	計器名称	計器位置	計器種類	500V計器		計器								
			計器数	前後	負荷切り直し後	パワメータ	分類	計器数					前後	負荷切り直し後									
事故時機器要領書 (シニアアクシオン) (注本-2) AMP設備機作要領書 (F.E.S.R. (同機型) による原子炉停止) 原子炉及び炉内機器 運転要領書(同機型)による 炉内機器停止要領書(注本)	原子炉内 炉心下部	原子炉水位 (監視機)) 原子炉水位 (監視機) 原子炉水位 (監視機)	3	3	0	① ② ③	① ② ③	3 3 3	3 3 3	原子炉水位 (監視機) 原子炉水位 (監視機) 原子炉水位 (監視機)	原子炉水位 (監視機) 原子炉水位 (監視機) 原子炉水位 (監視機)	監視機	3	3	監視機は主要パワメータにて監視								
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3
			3	3	0								3	3		3	3	3	3	3	3	3	3

・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

1.8 原子炉格納容器下部の密閉炉心を冷却するための手順等

項目	内容	原子炉格納容器下部の密閉炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の密閉炉心を冷却するための手順等			備考
		項目名称	計数値	アラーム発生	項目名称	計数値	アラーム発生	
対応手段 事故時操作要領書 (1) 表 1-1 (アラーム発生) (2) 表 1-2 (アラーム発生) ANは事故時操作要領書 (PLS) (PLS) (PLS) により 原子炉出力を 0%に制御し、 原子炉格納容器下部の 冷却水を循環させた後 (表)	原子炉出力が格納容器の水位を計測すること及び、監視可能	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	2	2	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	2	2	2	2	2	2	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、監視可能
	原子炉出力格納容器水位計 (格納容器)	1	1	1	1	1	1	原子炉出力格納容器の水位を計測すること及び、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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			パラメータ分類	補脚パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器種類等	SBO
			計器数	直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後			
対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) 「圧水-1」 「圧水-2」 AM設備印刷作業手順 (FELSR (可搬型) による 原子炉圧水) 原子力災害対策手順 「大規模水事を使用した途 水」	原子炉圧力母 器内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力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
			2	2	1	①		2	2	1	原子炉圧力 (圧水機) 原子炉圧力 (燃料機)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると推定し、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	
			1	1	1	①		1	1	1	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			2	2	2	①		2	2	2	原子炉圧力容器温度 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあると推定し、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	
			2	2	2	①		2	2	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			1	1	1	①		1	1	1	原子炉圧力 (圧水機) 原子炉圧力 (燃料機)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると推定し、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	
			1	1	1	①		1	1	1	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			2	2	2	①		2	2	2	原子炉圧力容器温度 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の飽和状態にあると推定し、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	
			2	2	2	①		2	2	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
			2	2	2	①		2	2	2	原子炉圧力	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

抽出パワメータを計測する計器

Table with columns: 項目, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, パワメータ分類, 補助パワメータ分類理由, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り直し後, 評価. It details the monitoring of power meter extraction during a core cooling procedure at the Shimane Nuclear Power Plant Unit 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
重大事故等対処のための手順等

抽出バロメータを計測する計器
項目 分類 計器名称 SBO影響 (区分1異常:過電圧/区分2異常:過電流/区分3異常:過電圧) 計器数 計器名称 SBO影響 (区分1異常:過電圧/区分2異常:過電流/区分3異常:過電圧) 計器数 SBO
監視事項は主要バロメータにて確認
監視事項は主要バロメータにて確認
監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素発生による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

抽出バロメータを計測する計器
抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器
項目 分類 計器名称 SBO影響 (区分1異常:過電圧/区分2異常:過電流/区分3異常:過電圧) 計器数 計器名称 SBO影響 (区分1異常:過電圧/区分2異常:過電流/区分3異常:過電圧) 計器数 SBO
監視事項は主要バロメータにて確認
監視事項は主要バロメータにて確認
監視事項は主要バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素発生による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

抽出バロメータを計測する計器
抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器
項目 分類 計器名称 SBO影響 (区分1異常:過電圧/区分2異常:過電流/区分3異常:過電圧) 計器数 計器名称 SBO影響 (区分1異常:過電圧/区分2異常:過電流/区分3異常:過電圧) 計器数 SBO
監視事項は主要バロメータにて確認
監視事項は主要バロメータにて確認
監視事項は主要バロメータにて確認

・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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		項目	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
				計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	抽出パラメータを計測する計器		
事故時運転手順 シリアリアクション ト) [PCV 制御]	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウエール雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(SiO)	1	1	格納容器内圧力(SiO)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ温度	3	3	サブプレッション・チェンバ温度の上昇により代替監視フレームにて確認可能
事故時運転手順 AM 設備操作手順書 [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (S/O))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (D/W))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (S/O))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (D/W))]	最終ヒーティングの確実	①	サブプレッション・チェンバの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ温度	3	0	サブプレッション・チェンバ温度の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	1	1	フィルタ装置入口圧力の上昇により代替監視フレームにて確認可能
事故時運転手順 AM 設備操作手順書 [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (S/O))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (D/W))]	最終ヒーティングの確実	①	フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2	フィルタ装置入口圧力の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2	フィルタ装置入口圧力の上昇により代替監視フレームにて確認可能
事故時運転手順 AM 設備操作手順書 [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (S/O))] [PCV 水素・酸素ガス 放出 (Z/アルファベント 使用 (D/W))]	最終ヒーティングの確実	①	フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2	フィルタ装置入口圧力の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2	フィルタ装置入口圧力の上昇により代替監視フレームにて確認可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		項目	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	抽出パラメータを計測する計器		
事故時運転手順 シリアリアクション ト) [放出] AM設備操作 手順書	水素の漏洩	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	格納容器内圧力(SiO)	1	1	格納容器内圧力(SiO)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2
事故時運転手順 シリアリアクション ト) [放出] AM設備操作 手順書	水素の漏洩	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	格納容器内圧力(SiO)	1	1	格納容器内圧力(SiO)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2
事故時運転手順 シリアリアクション ト) [放出] AM設備操作 手順書	水素の漏洩	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	格納容器内圧力(SiO)	1	1	格納容器内圧力(SiO)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		項目	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器数	抽出パラメータを計測する計器		
事故時運転手順 シリアリアクション ト) [放出] AM設備操作 手順書	水素の漏洩	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	格納容器内圧力(SiO)	1	1	格納容器内圧力(SiO)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2
事故時運転手順 シリアリアクション ト) [放出] AM設備操作 手順書	水素の漏洩	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	格納容器内圧力(SiO)	1	1	格納容器内圧力(SiO)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2
事故時運転手順 シリアリアクション ト) [放出] AM設備操作 手順書	水素の漏洩	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	格納容器内圧力(SiO)	1	1	格納容器内圧力(SiO)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
			フィルタ装置入口圧力	2	2	①	フィルタ装置入口圧力	2	2

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
			計器数	計器名称	SB0影響 直後	SB0影響 区分I直流電源 を延命した場合	SB0影響 直後	SB0影響 区分I直流電源 を延命した場合	計器数	計器名称	計器故障等	SB0		
非正常時運転手順書(シリアアラート)の 「FCS」制御 AM 型始動操作手順書 「FCS」(a)による格納容 器水素制御 「FCS」(b)による格納容 器水素制御	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	3	サブプレッション・チェンバ・アル・水温度	3	①	—	—	1	1	1	サブプレッション・チェンバ気体温度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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	格納容器内水素濃度(B系)	2	1	①	—	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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	最終ヒートシンクの確保	2	格納容器内水素濃度(A系)	2	1	①	—	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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	格納容器内水素濃度(B系)	2	1	①	—	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	電源	電源	1	M/C電圧	1	1	③	—	1	1	1	1	電源異常による格納容器内の温度上昇を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		電源	1	P/C電圧	1	1	③	—	1	1	1	1	電源異常による格納容器内の温度上昇を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	AM設備別操作手順書	AM設備別操作手順書	1	格納容器内水素濃度(A系)	1	1	③	—	1	1	1	1	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		AM設備別操作手順書	1	格納容器内水素濃度(B系)	1	1	③	—	1	1	1	1	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器数	計器名称	SB0影響 直後	SB0影響 区分I直流電源 を延命した場合	計器数	計器名称	計器故障等	SB0					
非正常時運転手順書(シリアアラート)の 「放出」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	8	ドラワイエルの温度	8	①	—	1	1	1	1	ドラワイエルの温度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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	サブプレッション・チェンバの温度	2	2	①	—	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバの温度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	格納容器内水素濃度(A)	2	0	①	—	2	0	0	2	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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素濃度	2	格納容器内水素濃度(B)	2	0	②	—	—	—	—	—	—	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	格納容器内水素濃度(A)	2	0	①	—	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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素濃度	2	格納容器内水素濃度(B)	2	0	②	—	—	—	—	—	—	格納容器内水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器数	計器名称	SB0影響 直後	SB0影響 区分I直流電源 を延命した場合	計器数	計器名称	計器故障等	SB0				
非正常時運転手順書(シリアアラート)の 「放出」 AM設備別操作手順書 「FCS」(a)による格納容 器水素制御	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	格納容器水素濃度(B系)	0	①	—	1	0	0	0	格納容器水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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素濃度	1	格納容器水素濃度(A)	0	①	—	1	0	0	0	0	格納容器水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	格納容器水素濃度(B系)	0	①	—	2	2	2	2	格納容器水素濃度の異常上昇による格納容器内の温度上昇を監視可能	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素濃度	1	格納容器水素濃度(A)	0	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
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

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	直後			計器数	直後			
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (3) 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 a. 格納容器内水素濃度 (SU) による原子炉格納容器内の水素濃度監視 事故時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 初期)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	1	0	①	0	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内酸素濃度 (SA)	原子炉格納容器内酸素濃度 (SA)	2	1	0	①	0	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	①	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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	直後			計器数	直後			
非常時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 初期) 「放出」 AME設備別働 作手順書	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認

①：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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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	直後			計器数	直後			
事故時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 初期) 「放出」 AME設備別働 作手順書	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	①	格納容器内水素濃度 (SU)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認

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

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

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO		
対応手段	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	格納容器内水素濃度(S)	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
		原子炉格納容器内の水素濃度の微分濃度	2	0	①	格納容器内水素濃度(D/W)	2	1	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
操作	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	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	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の微分	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
最終ト ンセン スの破 損	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	2	1	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力の微分	2	2	1	③	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
L.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 c. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	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
		原子炉格納容器内の水素濃度の微分	2	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	格納容器内水素濃度モニタ(D/W)又は格納容器内水素濃度放熱モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能
非常時運転手順書II(微候ベース)「PCV水素濃度抑制」 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水素濃度の微分	原子炉格納容器内の水素濃度の微分	2	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	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
		原子炉格納容器内の水素濃度の微分の微分	2	2	1	③	【格納容器内水素濃度】	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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
L.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 c. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	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
		原子炉格納容器内の水素濃度の微分	2	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	格納容器内水素濃度モニタ(D/W)又は格納容器内水素濃度放熱モニタ(S/C)の解析結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能
非常時運転手順書II(微候ベース)「PCV水素濃度抑制」 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水素濃度の微分	原子炉格納容器内の水素濃度の微分	2	0	①	【格納容器内水素濃度】	2	0	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
		原子炉格納容器内の水素濃度の微分の微分	2	2	1	③	【格納容器内水素濃度】	2	2	2

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微除 ベース) I/PCV水素 濃度抑制) 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等 別 野 基 準 2 / 3 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器旁側気放熱線モ ニタ (D/W)	2	2	格納容器旁側気放熱線モ ニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 容器温度	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が 飽和状態にあると想定し、飽和温度/ 圧力の関係から原子炉圧力より代替 監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	原子炉圧 力容器内 の放射線 量率	格納容器旁側気放熱線モ ニタ (S/C)	2	2	格納容器旁側気放熱線モ ニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	
	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 容器温度	4	4	原子炉圧力 (SA)	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内が 飽和状態にあると想定し、飽和温度/ 圧力の関係から原子炉圧力より代替 監視可能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認	

①：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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数		直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微除 ベース) I/PCV水素 濃度抑制) 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [除熱-1] 等 別 野 基 準 2 / 3 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に格納容器内放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
	原子炉格納 容器内の温度	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に格納容器内放射線レ 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

・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
1.9 水素曝発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
		計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後					
対心手段 事故時操作要領書(シビアアクシデント) [抜出] AM設備切作要領書 [FCSによる格納容器水素・酸素濃度抑制]	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制) 異常時運転手 手順書(シビア アクシデント) [除熱-1] AM設備切作 手順書	原子炉格納容器内の温度	3	3	①	抽出パラメータ サブプレッション・ブロー水温度	抽出パラメータ サブプレッション・チェンバースタット温度	計器故障等 サブプレッション・チェンバースタットの温度変化によりサブプレッション・ブロー水温度の代替監視可能	計器故障等 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		残留熱除去系系統液量	2	0	0	①	残留熱除去系系統液量	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	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
		最終ヒートシンクの確保	2	2	2	①	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	最終ヒートシンクの確保	監視事項は抽出パラメータにて確認
		異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	2	0	0	-	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)
		異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	1	1	1	-	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)
		異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	1	1	1	-	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)
		異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	1	1	1	-	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)
		異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	1	1	1	-	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)
		異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	1	1	1	-	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)
		異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	1	1	1	-	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)

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

1.9 水素曝発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
			計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後				
対心手段 事故時操作要領書(シビアアクシデント) [抜出] AM設備切作要領書 [FCSによる格納容器水素・酸素濃度抑制]	最終ヒートシンクの確保 電源	異常時運転手 手順書(最終 FCS水素 濃度抑制)	2	0	0	-	抽出パラメータ サブプレッション・ブロー水温度	抽出パラメータ サブプレッション・チェンバースタット温度	計器故障等 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		RCS熱交換器出口温度	2	0	0	③	RCS熱交換器出口温度	RCS熱交換器出口温度	RCS熱交換器出口温度	RCS熱交換器出口温度
		C-メータ母線電圧	1	1	1	③	C-メータ母線電圧	C-メータ母線電圧	C-メータ母線電圧	C-メータ母線電圧
		D-メータ母線電圧	1	1	1	③	D-メータ母線電圧	D-メータ母線電圧	D-メータ母線電圧	D-メータ母線電圧
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	C-ロードセンタ母線電圧	C-ロードセンタ母線電圧	C-ロードセンタ母線電圧	C-ロードセンタ母線電圧
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧	D-ロードセンタ母線電圧
		緊急用メータ電圧	1	1	1	③	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧
		SAロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	SAロードセンタ母線電圧	SAロードセンタ母線電圧	SAロードセンタ母線電圧	SAロードセンタ母線電圧
		緊急用メータ電圧	1	1	1	③	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧
		緊急用メータ電圧	1	1	1	③	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧	緊急用メータ電圧

・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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響 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	
非常時運転手 手順II (厳格 ベース) TPCV水素 濃度抑制 非常時運転手 手順III (シビ アアダジデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納 容器内の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	[格納容器内水素濃度]	2	0	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
	[格納容器内水素濃度]		2	0	0		2	0	0		
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (S/A)	2	0	0	[格納容器内酸素濃度]	2	0	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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	SBO影響 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	
保安設備作業者 (シビア) 抽出 AM設備別機作 手順書 TPCVによる格納容器 水素・酸素濃度抑制	原子炉格納 容器内の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (目系) [格納容器内水素濃度] (A)	1	0	0	[格納容器内水素濃度] (目系)	1	0	0	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	[格納容器内水素濃度]		1	0	0		1	0	0	定期的には格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度 (目系) [格納容器内酸素濃度] (A)	1	0	0	[格納容器内酸素濃度] (目系)	1	0	0	定期的には格納容器内酸素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
機 作 手 順 書	原子炉格納 容器内の酸素濃 度	格納容器内酸素濃度 (目系) [格納容器内酸素濃度] (A)	2	2	2	[格納容器内酸素濃度] (目系) [格納容器内酸素濃度] (A)	2	2	2	定期的には格納容器内酸素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	[格納容器内酸素濃度]		2	2	2		2	2	2		
	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力 (SA) サブプレッシャ・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	ドライウエル圧力 (SA) サブプレッシャ・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	定期的には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

・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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 異常II (微缺 ベース) (FCV水素 濃度抑制) 非常時運転手 異常III (シビ アアラシデン ト) (除熱-1J 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力 補機監視 機能	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 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 (常用計器)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	
		サブプレッジョン・チェ ン圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ジョン・チェンが雰囲気温度により 代替監視可能 監視可能であればサブプレッジョン・ チェン圧力 (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	
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	③	③	③	—	—
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス流量	2	0	0	③	③	③	—	—
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス圧力	2	0	0	③	③	③	—	—
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器入口温度	2	0	0	③	③	③	—	—
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器表面温度	2	0	0	③	③	③	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器内ガス温度	2	0	0	③	③	③	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器出口ガス温度	2	0	0	③	③	③	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 循環器表面温度	2	0	0	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 異常II (微缺 ベース) (FCV水素 濃度抑制) AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 温度 補機監視機 能	ドライウエル温度 (SA)	7	7	—	—	—	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	
		サブプレッジョン・チェ ン温度 (SA)	2	2	—	—	—	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力 (S A) 又はサブプレッジョン・チェン圧力 (SA) の上 位により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッジョン・プー ル水温度 (SA)	2	2	—	—	—	サブプレッジョン・チェン圧力 (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	
		FCS系統入口流量	2	0	0	③	③	③	—	—
		FCSブロー入口流量	2	0	0	③	③	③	—	—
		ブロー入口圧力	2	0	0	③	③	③	—	—
		FCS加熱器ガス温度	2	0	0	③	③	③	—	—
		FCS加熱器出口温度	2	0	0	③	③	③	—	—
		FCS加熱器壁温度	2	0	0	③	③	③	—	—
		再結合部ガス温度	2	0	0	③	③	③	—	—

・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
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器数	抽出パラメータ補助パラメータ			評価		
			計器数	直後	負荷切り離し後		計器名	計器名	計器故障等	SD		
対応手段 1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 b. 原子炉格納容器内の水素濃度 (SA) 及び格納容器内の酸素濃度 (SA) による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 AM設置別操作手順書	原子炉格納容器内の格納容器内の放射線モニタ (D/W)	格納容器空囲放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①			2	2	2	直感的に格納容器内放射線モニタを計測することから、監視可能にて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	格納容器空囲放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①			2	2	2	直感的に格納容器内放射線モニタを計測することから、監視可能にて確認
異常発生 原子炉圧力容器内の放射線モニタ (D/W) の異常発生	原子炉圧力容器内の放射線モニタ (D/W)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2				2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内の放射線モニタ (D/W)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2				2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内の放射線モニタ (D/W)	原子炉圧力 (SA)	2	2	2				2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
操作 1 2	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	原子炉圧力 (SA)	4	4	4	①			1	1	1	残置熱除去系の運転状態であれば、残置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
		原子炉圧力 (SA)	4	4	4	①			1	1	1	残置熱除去系の運転状態であれば、残置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
	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①			2	0	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
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①			2	0	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

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			計器数	抽出パラメータ補助パラメータ			計器故障等	SD		
			計器数	直後	負荷切り離し後		計器名	計器名	計器故障等				
監視 異常発生	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA) 及び格納容器内の酸素濃度 (SA) による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	格納容器空囲放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①			18	0	0	直感的に格納容器内放射線モニタを計測することから、監視可能にて確認
		原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	格納容器空囲放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①			18	0	0	直感的に格納容器内放射線モニタを計測することから、監視可能にて確認
操作	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	原子炉圧力 (SA)	4	4	4	①			1	1	1	残置熱除去系の運転状態であれば、残置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	
		原子炉圧力 (SA)	4	4	4	①			1	1	1	残置熱除去系の運転状態であれば、残置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	
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①			2	0	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	
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①			2	0	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	
	原子炉格納容器内の水素濃度 (SA)	原子炉圧力 (SA)	4	4	4	①			1	1	1	残置熱除去系の運転状態であれば、残置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	
		原子炉圧力 (SA)	4	4	4	①			1	1	1	残置熱除去系の運転状態であれば、残置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	
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①			2	0	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	
		【格納容器内水素濃度】	2	0	0	①			2	0	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	

・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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		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	計器数	直後		計器数	直後	計器故障等
非常時運転手 順書Ⅲ (シビアアク シデント) 「放出」 AM設備別操 作手順書	電源 (2 / 2)	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電并働を確認 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 并働を確認する 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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		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	計器数	直後		計器故障等	SBO				
水素爆発 (1 / 2)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器型別反応炉モニタ (ドラウエル)	2	2	①	-	【エア放射線モニタ】(原子炉格納容器内放射線モニタ)	18	0	0	エア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		格納容器型別反応炉モニタ (サブプレシジョン・センス)	2	2	①	-	【エア放射線モニタ】(原子炉格納容器内放射線モニタ)	18	0	0	エア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
水素爆発 (1 / 2)	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉圧力容 器内の温度	2	2	①	-	原子炉圧力 容器内の温度	2	2	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の格納容器に水素が蒸発し、格納容器内の水素濃度/圧力の増大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 器内の温度	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度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
水素爆発 (1 / 2)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器水素濃度 (B系)	1	0	①	-	格納容器水素濃度 (SA)	2	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、間接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器水素濃度 (SA)	1	0	①	-	格納容器水素濃度 (B系)	1	0	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、間接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
		計器数	SBO影響			計器数	SBO影響		
原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	0	②	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の酸素濃度	【格納容器内酸素濃度】	2	0	②	-	-	-	-	-
残留熱除去系海水系系統流量	【残留熱除去系海水系系統流量】	2	0	-	-	-	-	-	-
補機監視機能	【残留熱除去系補機】	1	1	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	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】 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	SBO影響				計器数	SBO影響		
原子炉格納容器内の圧力	異常検知機能	【格納容器内水素濃度】(H ₂)	1	0	②	-	格納容器内水素濃度 (H ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内酸素濃度】(O ₂)	1	0	②	-	格納容器内酸素濃度 (O ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内酸素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系海水系系統流量】(H ₂ O)	2	0	-	-	残留熱除去系海水系系統流量 (H ₂ O)	2	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系補機】	1	1	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【ドライウエル圧力】	1	1	①	-	ドライウエル圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【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・チェンバ圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内水素濃度】(H ₂)	1	0	②	-	格納容器内水素濃度 (H ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内酸素濃度】(O ₂)	1	0	②	-	格納容器内酸素濃度 (O ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系海水系系統流量】(H ₂ O)	2	0	-	-	残留熱除去系海水系系統流量 (H ₂ O)	2	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系補機】	1	1	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	異常検知機能	【格納容器内水素濃度】(H ₂)	1	0	②	-	格納容器内水素濃度 (H ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内酸素濃度】(O ₂)	1	0	②	-	格納容器内酸素濃度 (O ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系海水系系統流量】(H ₂ O)	2	0	-	-	残留熱除去系海水系系統流量 (H ₂ O)	2	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系補機】	1	1	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【ドライウエル圧力】	1	1	①	-	ドライウエル圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【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・チェンバ圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内水素濃度】(H ₂)	1	0	②	-	格納容器内水素濃度 (H ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内酸素濃度】(O ₂)	1	0	②	-	格納容器内酸素濃度 (O ₂)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系海水系系統流量】(H ₂ O)	2	0	-	-	残留熱除去系海水系系統流量 (H ₂ O)	2	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【残留熱除去系補機】	1	1	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・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. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns for countermeasures, items, and monitoring status. Includes sub-tables for '抽出パラメータを計測する計器' and '抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器'.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns for countermeasures, items, and monitoring status. Includes sub-tables for '抽出パラメータを計測する計器' and '抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器'.

①:重要監視パラメータ, ②:有高監視パラメータ, 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. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns for countermeasures, items, and monitoring status. Includes sub-tables for '抽出パラメータを計測する計器' and '抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器'.

①:重要監視パラメータ, ②:有高監視パラメータ, 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
 重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 初期]	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	①	1	1	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
		2	2	①	①	1	1	
AM 設備別操作手順書 (SPEC) による原子炉 ウェル注水)	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C)	1	1	③	③	1	1	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
		1	1	③	③	1	1	
操作	監視電圧 監視電流	1	1	③	③	1	1	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	
異常時運転手 順書 (シビア アクシデント) 等 [注水-1]	原子炉格納容器内の温度	8	8	①	①	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		2	2	①	①	1	1	
AM設備別操 作手順書	監視電圧 監視電流	1	1	③	③	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	③	③	1	1	
操作	監視電圧 監視電流	1	1	③	③	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	計器名称	抽出パラメータ	
異常時運転手 順書 (シビア アクシデント) 等 [注水-1]	原子炉格納容器内の温度	0	0	①	①	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		2	2	①	①	2	2	
AM設備別操 作手順書	監視電圧 監視電流	1	1	③	③	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	③	③	1	1	
操作	監視電圧 監視電流	1	1	③	③	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	
		1	1	③	③	1	1	

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

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後 負荷切り直し後			計器数	直後 負荷切り直し後				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [E.0 初期]	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内上部気放熱機レベル	2	1	0	①	-	エア放熱機モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内下部気放熱機レベル	2	1	0	①	-	エア放熱機モニタ	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	3	3	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後 負荷切り直し後			計器数	直後 負荷切り直し後				
1.10.2.1 原子炉格納容器への水素漏れ抑制のための対応手順 (1) 原子炉格納容器内の放射線モニタ (可搬型) による原子炉格納容器への注水 (淡水/海水) 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内上部気放熱機レベル	2	2	2	①	-	格納容器上部気放熱機モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内上部気放熱機レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内下部気放熱機レベル	2	2	2	①	-	格納容器下部気放熱機モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内下部気放熱機レベルを計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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	評価	SBO	
			計器数	直後 負荷切り直し後			計器数	直後 負荷切り直し後				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2) 原子炉格納容器内の放射線モニタ (可搬型) による原子炉格納容器への注水 (淡水/海水) 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-1] 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内上部気放熱機レベル	2	2	2	①	-	格納容器上部気放熱機モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内上部気放熱機レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内下部気放熱機レベル	2	2	2	①	-	格納容器下部気放熱機モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内下部気放熱機レベルを計測することができ、監視可能
原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能
		原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉格納容器内の飽和状態を推定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力をより正確に監視可能

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
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器数	計器故障等			
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2)原子炉建屋トップイベント 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「水素対策(原子炉建屋 内トップイベント)」	原子炉建屋 内の水素 濃度	原子炉建屋 内の水素 濃度	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
	原子炉建屋 内の水素 濃度	原子炉建屋 内の水素 濃度	4	4	4	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
多様なバザード対応手 続	原子炉建屋 内の水素 濃度	原子炉建屋 内の水素 濃度	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等			
非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水素の確 認	水素の確 認	1	1	①	-	1	1	1	1	1	計器故障等	SBO
	西側淡水貯水設備水位	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	1	1	1	1	1	計器故障等	SBO

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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 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	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクション ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 認	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統 のうち、運転している系統の注水量 より、代替淡水貯槽水位の代替監視 可能
			1	1	1	1	1	
前 記 手 順 3 / 2	水源の確 認	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			2	2	2	2	2	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			2	2	2	2	2	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			2	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェン バ圧力	1 1	1 1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力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
	補機監視 機能	低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(可搬ライ ン用)	1 1	1 1	③ ③	低圧代替注水系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-
操作 (1/2)	水源の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン表帯 域用) 低圧代替注水系統格納容器 サブレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 下頂注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	①	-	低圧代替注水系統格納容器 サブレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 下頂注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	1 1 1 2 2 1 1 1 1 1	1 1 1 2 2 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 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	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 操 作 (2 / 2)	監視パラメータ 抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器名称 SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器名称 計器数 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り離し後	評価 計器故障等	
		監視パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン使用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン使用) 低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容 器スプレイ流量(可搬ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容 器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッジョン・プー ル水位 常設低圧代替注水系統ボ ンブ吐出圧力	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 計器名称 計器数 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り離し後	評価 計器故障等
				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器名称 計器数 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 計器名称 計器数 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り離し後	評価 計器故障等	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			
1.10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋が損傷による水素排出 の変動が確認された場合の操作手順 非常時運転目録 編纂目(シシ)ア アクション (1) 水素」 AM設備別操作手順書	L10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋が損傷による水素排出 の変動が確認された場合の操作手順 非常時運転目録 編纂目(シシ)ア アクション (1) 水素」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線量の放射線量率	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	格納容器空腔気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することにより、監視可能。監視項目は抽出パラメータにて確認	
			格納容器空腔気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することにより、監視可能。監視項目は抽出パラメータにて確認	
			原子炉圧力	4	4	4	4	原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉水化から原子炉圧力発生器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	原子炉圧力容器温度	1	1	1	1	残留熱除去系熱交換器入口温度より監視可能
			M/C 2C電圧	1	1	1	1	M/C 2C電圧	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
			P/C 2C電圧	1	1	1	1	P/C 2C電圧	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
			M/C 2D電圧	1	1	1	1	M/C 2D電圧	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
			P/C 2D電圧	1	1	1	1	P/C 2D電圧	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
			直流125V主母線器-A電圧	1	1	1	1	直流125V主母線器-A電圧	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ
			直流125V主母線器-B電圧	1	1	1	1	直流125V主母線器-B電圧	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有警監視パラメータ、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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離した後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離した後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AMI設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ	抽出パラメータ		計器故障等	SDI		
			計器数	直後	分類	分類理由		計器数	直後			計器故障等	
1.10.2.9 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. 水素爆発発生時の対応 b. 水素爆発発生後の対応	異常時運転 運転員(シフト) アラーム 【水素】 AM設備別 作手順書	格納容器空温気放射線モニタ(D/W)	2	2	①	-	格納容器空温気放射線モニタ(S/A)	2	2	格納容器空温気放射線モニタ(S/A)の計測値が異常な値を示すことにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		格納容器空温気放射線モニタ(S/C)	2	2	①	-	格納容器空温気放射線モニタ(D/W)	2	2	格納容器空温気放射線モニタ(D/W)の計測値が異常な値を示すことにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
別冊 異常時 運転員 アラーム 【水素】 AM設備別 作手順書	異常時運転 運転員(シフト) アラーム 【水素】 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内圧力容器温度の監視	4	4	①	-	原子炉格納容器内圧力容器温度	4	4	原子炉格納容器内圧力容器温度の監視が異常な値を示すことにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		P/C 2C電圧	1	1	③	受電状態を確認するパラメータ	-	-	1	1	受電状態を確認するパラメータ	-	
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		直減12号主母線2A電圧	1	1	③	直減12号主母線2A電圧の状態を確認するパラメータ	-	-	1	1	直減12号主母線2A電圧の状態を確認するパラメータ	-	
		直減12号主母線2B電圧	1	1	③	直減12号主母線2B電圧の状態を確認するパラメータ	-	-	1	1	直減12号主母線2B電圧の状態を確認するパラメータ	-	
		原子炉格納容器内圧力容器温度	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力容器温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力容器温度の監視が異常な値を示すことにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力容器温度	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力容器温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力容器温度の監視が異常な値を示すことにより、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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 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	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能 操作	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-
			非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0			③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 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

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			計器故障等	評価		
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	計器名称			計器数	直後
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための手順等 (2) 原子炉建屋内の水素濃度監視 非常特運転手 監視員(シフト) アラーム等 「水素」等	原子炉建屋内の放射線量率	格納容器容積気放熱線モニタ(D/W)	2	2	2	①	格納容器容積気放熱線モニタ(S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器容積気放熱線モニタ(S/C)	2	2	2	①	格納容器容積気放熱線モニタ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	4	4	4	①	原子炉建屋水素濃度	4	4	4	原子炉建屋から原子炉压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压力容器監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋水素再結合器動作監視装置	5	3	3	①	原子炉建屋水素再結合器動作監視装置	4	4	4	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系再結合器動作監視装置により原子炉建屋水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
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	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	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	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	-	
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	緊急用直流125V主母線の電圧状態を確認するパラメータ	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ										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								
		分類	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		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	静的触媒式水素再結 合器動作監視装置 の代替	計器故障等	SBO	
		静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	-	-	動作監視装置	-	-	-	監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
	操作	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 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	計器故障等	SBO				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. プロローアアウトパネル強制開放装置による原子炉建屋外側プロローアアウトパネル開放 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクト)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物作監視装置監視事項は抽出パラメータにて確認	
			静的触媒式水素再結合物作監視装置	4	4	4	-	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置の代替
			原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置	4	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物作監視装置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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	SBO影響 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	SBO		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (3) 原子炉建屋外側ブローアウトバネル閉止装置のバネル部開放 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシゲン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 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