

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータ	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータ	SBO影響		
			直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後	
非常時運転手 順書 II (微候ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	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の 受電状態を確認 するパラメータ	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M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	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P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	
別 冊 第 二 巻 (2 / 2)	原子炉格 納容器内 の水位	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	1	直電線の受電 状態を確認する パラメータ	直電線の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	直電線の受電 状態を確認する パラメータ	直電線の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	
		原子炉格納容器内の水位	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(可稼ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可稼ライン用) 注水流	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可稼ライン用) 注水流	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器内の水位	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(可稼ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可稼ライン用) 注水流	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可稼ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイ流量(可稼ライン用) 注水流	1	1	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータ	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータ	SBO影響	
				直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後
非常時運転手 順書 II (微候ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	監視監視機能 「PCV圧力制御」 AM設備別操作手順書 「FCVスクラハ容器水 位調整」	監視	監視監視機能 スクラハ容器水位	8	8	8	監視監視機能 スクラハ容器水位	監視監視機能 スクラハ容器水位	8	8	8	監視監視機能 スクラハ容器水位	監視監視機能 スクラハ容器水位	8	8
				8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8
非常時運転手 順書 II (微候ベ- ス) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	監視監視機能 「PCV圧力制御」 AM設備別操作手順書 「FCVスクラハ容器水 位調整」	監視	監視監視機能 スクラハ容器水位	8	8	8	監視監視機能 スクラハ容器水位	監視監視機能 スクラハ容器水位	8	8	8	監視監視機能 スクラハ容器水位	監視監視機能 スクラハ容器水位	8	8
				8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		分類	計器名称	計器数	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	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順Ⅱ(救済 ベース) 「PCV圧力 制御」 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器内 線モニタ (D/W)	2	2	①	-	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			格納容器内 線モニタ (S/C)	2	2	①	-	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			格納容器内 線モニタ (S/W)	2	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
操作 (1 / 3)	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	[格納容器内 の水素濃 度]	格納容器内 水素濃度	2	0	②	-	-	-	-	格納容器内水素濃度の代替監視可能	-	
			格納容器内 水素濃度	2	0	②	-	-	-	-	-	格納容器内水素濃度の代替監視可能	-
			格納容器内 水素濃度	2	0	②	-	-	-	-	-	格納容器内水素濃度の代替監視可能	-
操作 (1 / 3)	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器内 線モニタ (D/W)	2	2	①	-	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線モニ タ(S/C)の解析結果により格納 容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			格納容器内 線モニタ (S/C)	2	2	①	-	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線モニ タ(S/W)又は格納容器内放射線モニ タ(D/W)の解析結果により格納 容器内放射線量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			格納容器内 線モニタ (S/W)	2	0	①	-	2	0	0	ドライウエル圧力又はサブプレッショ ン・チャレンジャー圧力により、事故後の 格納容器内の空気(酸素)の流入の 有無により、水素濃度の可能性を把 握可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
操作 (1 / 3)	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	[格納容器内 の水素濃 度]	格納容器内 水素濃度	2	0	②	-	-	-	-	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	②	-	-	-	-	-	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	②	-	-	-	-	-	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	項目	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			
			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	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器名称	計器数	計器故障等
異常警報	原子炉格納 容器の圧力	原子炉格納 容器の圧力	原子炉格納 容器の圧力	2	2	①	-	18	0	0	原子炉格納容器の圧力	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の圧力	2	2	①	-	18	0	0	原子炉格納容器の圧力	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の圧力	2	2	①	-	18	0	0	原子炉格納容器の圧力	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
異常警報	原子炉格納 容器の水素濃 度	原子炉格納 容器の水素濃 度	原子炉格納 容器の水素濃 度	2	2	②	-	2	2	1	原子炉格納容器の水素濃度	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の水素濃 度	2	2	②	-	2	2	1	原子炉格納容器の水素濃度	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の水素濃 度	2	2	②	-	2	2	1	原子炉格納容器の水素濃度	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
異常警報	原子炉格納 容器の放射線 量率	原子炉格納 容器の放射線 量率	原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	1	1	1	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	1	1	1	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	1	1	1	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
異常警報	原子炉格納 容器の放射線 量率	原子炉格納 容器の放射線 量率	原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	2	2	2	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	2	2	2	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	2	2	2	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
異常警報	原子炉格納 容器の放射線 量率	原子炉格納 容器の放射線 量率	原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	2	2	2	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	2	2	2	原子炉格納容器の放射線量率	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			原子炉格納 容器の放射線 量率	2	2	①	-	2	2	2	原子炉格納容器の放射線量率	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類	計器故障等	SBO
非常時運転手順書II(微候ベース) (PCV圧力制御) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内アル水位	直後	1	直後	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
		SBO影響	①	直後	1	計器故障等	
操作(2/3)	サブプレッショナル・ブール水位	直後	1	直後	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
		SBO影響	①	直後	1	計器故障等	
非正常時運転手順書II(微候ベース) (PCV圧力制御) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内アル水位	直後	1	直後	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
		SBO影響	①	直後	1	計器故障等	
操作(2/3)	サブプレッショナル・ブール水位	直後	1	直後	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
		SBO影響	①	直後	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				計器数	パラメータ分類	計器数	パラメータ分類	
緊急時操作手順書(微候ベース) (PCV圧力制御) AM設備別操作手順書(第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計)	操作	第1ベントフィルタ出口水温度計	第1ベントフィルタ出口水温度計	直後	0	直後	0	計器故障等
				SBO影響	①	直後	0	
緊急時操作手順書(微候ベース) (PCV圧力制御) AM設備別操作手順書(第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計)	操作	第1ベントフィルタ出口水温度計	第1ベントフィルタ出口水温度計	直後	4	直後	4	計器故障等
				SBO影響	①	直後	4	
緊急時操作手順書(微候ベース) (PCV圧力制御) AM設備別操作手順書(第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計)	操作	第1ベントフィルタ出口水温度計	第1ベントフィルタ出口水温度計	直後	2	直後	2	計器故障等
				SBO影響	①	直後	2	
緊急時操作手順書(微候ベース) (PCV圧力制御) AM設備別操作手順書(第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計) (第1ベントフィルタ出口水温度計)	操作	第1ベントフィルタ出口水温度計	第1ベントフィルタ出口水温度計	直後	8	直後	8	計器故障等
				SBO影響	①	直後	8	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SRD
非常時運転手 手順Ⅱ (僅候 ベース) 「PCV圧力 制御」 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧 (常 用計器) により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度により代 替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) により代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
機 作 (3 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気温 度	8	8	①	1	1	ドライウエル圧力及びサブプレッショ ン・チェンバ圧力の変化により、ドラ イウエル蒸気温度の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	最終ヒ ートシンク の確保	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	3	3	サブプレッショ ン・プールの温度 変化によりサブプレッ ション・チェンバの 飽和温度/圧力の関係からサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサブプレ ッション・チェンバ蒸気温度の代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		最終ヒ ートシンク の確保	2	2	①	1	1		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SRD	
異常時運転手 手順Ⅱ (僅候 ベース) 「PCV圧力 制御」 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧 (常 用計器) により代替監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度により代 替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (常用計器) により代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
機 作 (3 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気温 度	8	8	①	1	1	ドライウエル圧力及びサブプレッショ ン・チェンバ圧力の変化により、ドラ イウエル蒸気温度の代替監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
	最終ヒ ートシンク の確保	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	3	3	サブプレッショ ン・プールの温度 変化によりサブプレッ ション・チェンバの 飽和温度/圧力の関係からサブプレッ ション・チェンバ圧力によりサブプレ ッション・チェンバ蒸気温度の代替 監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認	
		最終ヒ ートシンク の確保	2	2	①	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 順番Ⅱ (循環 ベース) 「S/P 温度 制御」等 非常時運転手 順番Ⅱ (停止 時置換ベ ス) 「停止時排 熱除去制御」 等 非常時運転手 順番Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器)	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
				直後	負荷切り離し後		計器名称	計器数	計器故障等	SBO
対応手段 事故時操作要領書 (循環 ベース) 「PCV圧力制御」 原子力発電所対策手順書 「可搬式気源供給装置を使 用した格納容器の充塞ガス 置換」	原子力格納容 器内の監視装置	B-格納容器熱源濃度 [A-格納容器熱源濃度]	1	0	0	-	-	-	-	-
		格納容器熱源濃度 (SA)	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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	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
非常時運転手 手順Ⅱ (微供 ベース) 「S/P 温度 制御」等	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P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	-	-	-
	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	1	-	-	-
最終ヒー トシンク の確保	最終ヒートシンク 系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 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		計器故障等	SBO		
			直後	SBO影響 負荷切り離した後			計器名称	計器数			直後	SBO影響 負荷切り離した後
最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等 (2 / 2)	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	1	1	①	-	①	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	1	1	1		
	C-メータクク自働電圧	1	1	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	1	1	-		
	D-メータクク自働電圧	1	1	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	1	1	-		
	C-ロードセンタ自働電圧	1	1	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	1	1	-		
	D-ロードセンタ自働電圧	1	1	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	③	非常時運転手による 監視するパラメータ	1	1	-		
	緊急用メータクク電圧	1	1	③	緊急用メータククの受電状態 を確認するパラメータ	③	緊急用メータククの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	-		
	SAロードセンタ自働電圧	1	1	③	SAロードセンタの受電状態 を確認するパラメータ	③	SAロードセンタの受電状態 を確認するパラメータ	1	1	-		
	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	1	1	①	-	①	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	1	1	1		
	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	1	1	①	-	①	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	1	1	1		
	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	1	1	①	-	①	原子炉冷却器 器内の水位 (SA)	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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
1.5.2.3 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (1) 残留熱除去系海水系による冷却水の確保	原子炉圧力容器内の温度	①	-	原子炉圧力	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
				原子炉圧力 (広帯域)	2			
非常時運転手順書II (微候) [S/P温度制御]等	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力 (広帯域)	2		監視事項は抽出パラメータにて確認	
				原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2			
非常時運転手順書II (停止時前操熱除去制御)等	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力 (S.A.広帯域)	1		監視事項は抽出パラメータにて確認	
				原子炉圧力 (S.A.燃料域)	1			
非常時運転手順書III (シビアクシデント) 「除熱-1」等	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系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	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

項目	分類	計器名称	計器数	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	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		
										計器故障等	SBO
異常時運転手順書II (微候) [S/P温度制御]等	原子炉圧力容器温度	①	4	4	原子炉圧力	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	原子炉圧力 (広帯域)	2		監視事項は抽出パラメータにて確認
					原子炉圧力 (広帯域)	2					
非常時運転手順書II (停止時前操熱除去制御)等	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力 (広帯域)	2			原子炉圧力 (S.A.広帯域)	2		監視事項は抽出パラメータにて確認
				原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2						
非常時運転手順書III (シビアクシデント) 「除熱-1」等	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系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	2	0	0				

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

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	計器故障等	SBD
非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「S/P温度制御」等	原子炉格納容器内の温度	サブレーション・プール水温度	3	3	3	①	2	2	2	サブレーション・チェンバールの温度変化によりサブレーション・プール水温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	①	4	4	4	除熱水の温度変化により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手順書Ⅱ(停止時微候ベース)「停止時前線熱除去制御」等	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	①	2	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度と残留熱除去系熱交換器の熱交換率評価により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系海水系系統流量	2	0	0	①	2	0	0	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
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	残留熱除去系海水系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	①	3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

項目	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	計器故障等	SBD
非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「P/CV圧力制御」AM設備別操作手順書「新圧力化システムによる格納容器ベント」	原子炉格納容器内の温度	サブレーション・チェンバール水温度 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	サブレーション・チェンバール水の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブレーション・チェンバール圧力 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	格納容器/圧力の確保は、サブレーション・チェンバール圧力 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作 (3 / 3)	最終ヒートシンクの確保	サブレーション・プール水温度 (SA)	2	2	2	①	2	2	2	サブレーション・プール水温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		ドライウェル温度 (SA)	7	7	7	①	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	非常時ガス処理系排ガスモニタ		3	3	③					格納容器/圧力の確保は、ドライウェル圧力 (SA) 及びサブレーション・チェンバール圧力 (SA) の計測により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

①重要監視パラメータ、②有価監視パラメータ、③補助パラメータ

知覚手段	項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータを計測する計器			②有価監視パラメータを計測する計器			計器高等	SDP
				計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数		
① 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ANS監視項目 (監視) ② 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ③ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ④ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ⑤ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ⑥ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ⑦ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ⑧ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ⑨ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視) ⑩ 監視項目 (監視) (PCV/EI監視)	燃料容器格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納池冷却材循環モニタ (ドライウェル)	2	2	1	0	0	0	0	0	ニリア冷却材モニタの上昇より代用監視可能 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

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

①重要監視パラメータを計測する計器

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		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	計器故障等	評価	
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数					直後
対比手続 緊急時操作要領書(原簿ベース)「IS」(温度制御)等 AMI稼働時操作要領書「移動式伝熱交換機設置による炉内水循環」 原子力発電所安全手冊第4巻「移動式伝熱交換機停止した最終ヒートシンク確保」(UHS S編)「」 「」 「」 「」 「」 「」 「」 「」 「」	電圧	C-メタタカ母線電圧	1	1	1	③	非正常高圧自働の発電状態を確認するパラメータ	1	—	—	
		D-メタタカ母線電圧	1	1	1	③	非正常高圧自働の発電状態を確認するパラメータ	1	—	—	
		C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	非正常高圧自働のロードセンターの発電状態を確認するパラメータ	1	—	—	
		D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	非正常高圧自働のロードセンターの発電状態を確認するパラメータ	1	—	—	
		緊急用メタタカ電圧	1	1	1	③	緊急用メタタカの発電状態を確認するパラメータ	1	—	—	
		SAロードセンター母線電圧	1	1	1	③	SAロードセンターの発電状態を確認するパラメータ	1	—	—	
		RCWサージタンク水位	2	0	0	③	原子力発電所内RCWサージタンクの水位を確認するパラメータ	2	—	—	
		最終ヒートシンクの電圧	2	0	0	—	—	—	—	—	—
		移動式伝熱交換機取水ポンプ出口圧力	1	1	1	③	移動式伝熱交換機取水ポンプの運転状態を確認するパラメータ	1	—	—	—
		大形送水ポンプ出口圧力	1	1	1	③	大形送水ポンプの運転状態を確認するパラメータ	1	—	—	—

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	項目	SSRの監視			SSRの監視			計測器等	注	
		計測数	異常検出後	異常検出後	計測数	異常検出後	異常検出後			
対処手段 1.5.2.2 予備トランスミタの動作確認 (1) 最終ヒートシンク(炉)への代送熱輸送 b. 大型送水ポンプ系による送熱 事故時監視項目(温度「炉内」 「S/C温度制御」等 AMI監視項目(温度「炉内」 「大型送水ポンプ系」による 送熱監視) 原子力発電所計画/運転 監視項目(温度「炉内」 「大型送水ポンプ系」による 送熱監視)	原子炉冷却系 内部の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA) の温度変化に より代送監視可能	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 (SA)	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA) により代送監視可能		
		原子炉冷却系 内部の温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA) の温度変化に より代送監視可能	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 (SA)	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA) により代送監視可能	
			ベータスタグ温度 (SA)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
			ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	7	7	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、監視可能	
			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
			ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	7	7	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、監視可能	
			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
			ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	7	7	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、監視可能	
			サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、監視可能	監視事項は主要パラ メータにて確認
			ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	7	7	直接的に原子炉冷却系内部の温度を計測すること で、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

項目	記号	①重要監視パラメータ				②有効監視パラメータ				計器
		計器名称	計器数	位置	注記	計器名称	計器数	位置	注記	
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等	異常時監視項目 (監視対象) (S/C:監視対象) 等	C-メータが自働電圧	1	1	①	制御パラメータ 注記	1	1	①	計器名称等
		D-メータが自働電圧	1	1	①	異常時自働電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		C-ロードセンタ自働電圧	1	1	①	異常時自働電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		D-ロードセンタ自働電圧	1	1	①	異常時自働電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		緊急用メータ電圧	1	1	①	緊急用メータ電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		SAロードセンタ自働電圧	1	1	①	SAロードセンタ自働電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		緊急用メータ電圧	1	1	①	緊急用メータ電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		緊急用メータ電圧	1	1	①	緊急用メータ電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		緊急用メータ電圧	1	1	①	緊急用メータ電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
		緊急用メータ電圧	1	1	①	緊急用メータ電圧の変動を監視するパラメータ	1	1	①	
備考	(1) (2)	緊急用メータ電圧	2	0	①	緊急用メータ電圧の変動を監視するパラメータ	2	0	①	
		緊急用メータ電圧	2	0	①	緊急用メータ電圧の変動を監視するパラメータ	2	0	①	
1.5.1 重大事故等対処時 (冷却水供給) による対応手順 (冷却水供給) (冷却水供給) (冷却水供給)	異常時監視項目 (監視対象) (S/C:監視対象) 等	サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視
		サブプレッシャ・チェンバ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化を監視するパラメータ	2	2	①	サブプレッシャ・チェンバの温度変化による監視

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 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

項目	検出手段	監視対象機器の検出手段			監視対象機器の検出手段			備考	
		計数	検出手段	検出手段	計数	検出手段	検出手段		
1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等	監視項目 (1) (2)	圧力	2	①	2	①	2	①	① 圧力監視用ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		温度	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		流量	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		電圧	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		電流	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		回転速度	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		位置	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		変位	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		加速度	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ
		振動	2	①	2	①	2	①	① 無線ハルメータ、② 有線監視用ハルメータ、③ 無線ハルメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	直後		
系統時運転操作手順書 (稼働ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる PCVスプレイ」	電源	M/C電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		M/D電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
判断基準 2 / 2	水の漏れ	PCV電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		PCV電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
判断基準 2 / 2	水の漏れ	直流125V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		直流125V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	0	①	①	1	0	1	1		
		【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	①	①	1	1	1	1		
		「緊急時対策本部」に連絡 ら過水タンク水位			③	③						

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	直後		
非常時手順書 II (稼働ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	①	1	1	1	1		
操作 (3)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	①	1	1	2	2		
		ドライウエル温度	8	8	①	①	1	1	1	1		
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	①	3	3	3	3		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後	計器数	直後		
非常時操作手順書 (稼働 ベース) 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 AM設備別操作手順書 「CWTによる格納容器ス プレイ」	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チ ェンバ水位	1	1	①	①	1	1	1	1		
		サブプレッション・プ ール水	1	1	①	①	1	1	1	1		
判断基準 (2 / 2)	電圧	C-メータラ母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		D-メータラ母線電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		C-ロードセント ル電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
		D-ロードセント ル電圧	1	1	③	③	1	1	1	1		
	本体の確保	復水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	1	0	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
対応手段 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「炉内ポンプによる PCVスプレー」	原子炉格納容器内の 圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	ドライウエル蒸気気圧	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライウエルの蒸気気圧 監視により代替監視可能
			1	1	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	監視可能であれば格納容器内圧力(D/W) (常用計 器) により代替監視可能
			1	1	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの気 体温度	1	1	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チ ェンバースの気体温度により代替監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	ドライウエルの蒸気気圧	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライウエルの蒸気 気圧により代替監視可能
			1	1	①	①	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの 圧力	1	1	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チ ェンバースの圧力により代替監視可能
			1	1	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	①	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
原子炉格納容器内の注水量	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	1	1	1	ダイゼンセル駆動炉内ポンプの 注水量	1	1	ダイゼンセル駆動炉内ポンプの注水量を監視する パラメータ	
炉内ポンプの注水量	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	1	1	1	炉内ポンプの注水量	1	1	炉内ポンプの注水量を監視する パラメータ	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
対応手段 非常時手順書 II (運転ベース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 水位	サブプレッション・プ ール水位	1	1	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)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	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)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
			1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能
1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流 量、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
対応手段 事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 AM設備別操作手順書 「CW下による格納容器ス プレー」	原子炉格納容 器内の温度	ドライウエルの圧力 (SA)	2	2	①	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ースの圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			7	7	①	①	7	7	7	ドライウエルの温度 (SA)	7	7	格納容器内圧力との関係から、ドライウエルの温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバースの圧力 (SA) により代替監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	ベグスタル温度 (SA)	2	2	格納容器内圧力との関係から、ドライウエルの温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバースの圧力 (SA) により代替監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	ドライウエルの圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ースの温度 (SA)	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チ ェンバースの温度 (SA) により代替監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	サブプレッション・プールの 温度 (SA)	2	2	サブプレッション・チェンバースの温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ースの圧力 (SA)	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チ ェンバースの圧力 (SA) により代替監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	ベグスタル温度 (SA)	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チ ェンバースの温度 (SA) により代替監視可能
			7	7	①	①	7	7	7	ドライウエルの温度 (SA)	7	7	格納容器内圧力との関係から、ドライウエルの温度 (S A) 又はサブプレッション・チェンバースの圧力 (SA) の上 昇により代替監視可能
			2	2	①	①	2	2	2	サブプレッション・チェンバ ースの圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

操作 (1 / 2)

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価	SDO
			計器数	直後			直後	SDO影響 区分1直前直後 を命じた場合		
事故時運転操作手順書 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【消防用によるPCVス プレイ】	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 容器温度	2	2	①	原子炉圧力 容器温度	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内温度を計測すること により、原子炉圧力容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉圧力 容器温度	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内温度を計測すること により、原子炉圧力容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
多様なハザード対応手 順 【消防用による送水 (格納容器スプレイ)】	格納容器内圧力(DP)	格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力から、格納容器内圧力(DP)を計測すること により、格納容器内圧力を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力から、格納容器内圧力(DP)を計測すること により、格納容器内圧力を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断標準 表 (1) / (2)	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	原子炉格納容器内 の温度	3	3	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内温度を計測すること により、原子炉格納容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉格納容器内 の温度	3	3	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内温度を計測すること により、原子炉格納容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (3) / (3)	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位から、代替淡水貯槽水位を計測すること により、代替淡水貯槽水位を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	代替淡水貯槽水位	2	2	代替淡水貯槽水位から、代替淡水貯槽水位を計測すること により、代替淡水貯槽水位を監視可能	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		評価	SDO
			計器数	直後			直後	SDO影響 負荷切り離し後		
非常時手順書 II (微減ベ ス) / PCV圧力 制御等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量	原子炉格納容器内注 水量	1	1	①	原子炉格納容器内注 水量	1	1	原子炉格納容器内注水量から、原子炉格納容器内注水量を計測すること により、原子炉格納容器内注水量を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	原子炉格納容器内注 水量	2	2	原子炉格納容器内注水量から、原子炉格納容器内注水量を計測すること により、原子炉格納容器内注水量を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (3) / (3)	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位から、代替淡水貯槽水位を計測すること により、代替淡水貯槽水位を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	代替淡水貯槽水位	2	2	代替淡水貯槽水位から、代替淡水貯槽水位を計測すること により、代替淡水貯槽水位を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有監視パラメータ、③：補助パラメータ

東海第二発電所 (2018.9.18版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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	計器数		評価	SDO
			計器数	直後			直後	SDO影響 負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 【PCV圧力制御】等 AM設備別操作手順書 【消防用によるPCVス プレイ】	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力 容器温度	2	2	①	原子炉圧力 容器温度	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内温度を計測すること により、原子炉圧力容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉圧力 容器温度	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内温度を計測すること により、原子炉圧力容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
多様なハザード対応手 順 【消防用による送水 (格納容器スプレイ)】	格納容器内圧力(DP)	格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力から、格納容器内圧力(DP)を計測すること により、格納容器内圧力を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	2	2	格納容器内圧力から、格納容器内圧力(DP)を計測すること により、格納容器内圧力を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断標準 表 (1) / (2)	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	原子炉格納容器内 の温度	3	3	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内温度を計測すること により、原子炉格納容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉格納容器内 の温度	3	3	原子炉格納容器内温度から、原子炉格納容器内温度を計測すること により、原子炉格納容器内温度を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
操作 (3) / (3)	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位から、代替淡水貯槽水位を計測すること により、代替淡水貯槽水位を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	代替淡水貯槽水位	2	2	代替淡水貯槽水位から、代替淡水貯槽水位を計測すること により、代替淡水貯槽水位を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	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	SBO		
			計器数	計器数			計器数	計器数				
非常時運転操作手順書 (燃焼ベース) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 (消防用による送水 ブレイク) 多様なハザード対応手 順 (消防用による送水 ブレイク) (格納容器スプレッド)	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	区分I直電電源 を喪失した場合を 延命した場合は -	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
			2	2	①	ドラライウエイル雰囲気温度	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	サブプレッション・チェンバース 温度	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			2	2	①	ドラライウエイル雰囲気温度	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	サブプレッション・チェンバース 温度	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	サブプレッション・チェンバース 温度	3	3	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	サブプレッション・チェンバース 温度	3	3	3	3	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
格納容器内の注水 機能	原子炉格納容器内の注水 機能	原子炉格納容器内の注水 機能	1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
格納容器内の注水 機能	原子炉格納容器内の注水 機能	原子炉格納容器内の注水 機能	1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
格納容器内の注水 機能	原子炉格納容器内の注水 機能	原子炉格納容器内の注水 機能	1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水 機能を監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	SBO		
			計器数	計器数			計器数	計器数				
非常時手順書 II (燃焼ベ ース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域) 原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能		
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
判断基準 (2 / 4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域) 原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ，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	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	SBO		
			計器数	計器数			計器数	計器数				
非常時手順書 II (燃焼ベ ース) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域) 原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能		
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
判断基準 (2 / 4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広 帯域) 原子炉水位 (S A 燃 料域)	1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	原子炉注水水位 (燃料域)	1	1	1	1		直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO	
			計器数	直後	直後	負荷切り直し後				計器数	直後			負荷切り直し後
1.6.2.1 炉心の著しい相変化止のための対応手順 (2)サボート系統降圧の対応手順 a. 復旧 核燃料循環操作手順書 (燃料ベーン) 「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 「BIB(B)」によるPCVス プレイ)	原子炉圧力 格納容器内の 温度	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力(SA)	3	3	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力格納容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	
			原子炉圧力格納容器内 の温度	2	2	2	2	①	原子炉圧力(燃料床)	1	1	1	1	原子炉圧力格納容器内の飽和状態であれば、復旧解除去水 後、監視可能
	原子炉格納容器内の 圧力	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)より代替監視可能
			原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)より代替監視可能
	原子炉格納容器内の 温度	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)より代替監視可能
			原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)より代替監視可能
	原子炉格納容器内の 温度	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)より代替監視可能
			原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)より代替監視可能
	原子炉格納容器内の 温度	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(D/W)より代替監視可能
			原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	原子炉圧力格納容器内圧力(S/C)より代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO	
			計器数	直後	直後	負荷切り直し後				計器数	直後			負荷切り直し後
非常時手順書 II (徹底ベーン) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の 圧力	①	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	8	8	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能
	原子炉格納容器内の 温度	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	0	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
	原子炉格納容器内の 温度	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバースの 温度により代替監視可能	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
	原子炉格納容器内の 温度	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
	原子炉格納容器内の 温度	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/C)	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	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO	
			計器数	直後	直後	負荷切り直し後				計器数	直後			負荷切り直し後
事故時操作手順書(徹底ベーン) 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 AM設備別操作手順書 「炉心系による格納容器ス プレイ」	原子炉格納容器内の 圧力	③	原子炉格納容器内圧力	1	1	0	③	原子炉格納容器内圧力	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	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	0	③	原子炉格納容器内圧力(S/C)	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	
	原子炉格納容器内の 温度	③	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	③	原子炉格納容器内圧力	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	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	③	原子炉格納容器内圧力(S/C)	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	
	原子炉格納容器内の 温度	③	原子炉格納容器内圧力	2	0	0	③	原子炉格納容器内圧力	2	0	0	—	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	0	0	③	原子炉格納容器内圧力(S/C)	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	
	原子炉格納容器内の 温度	③	原子炉格納容器内圧力	1	1	1	③	原子炉格納容器内圧力	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	
			原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	③	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	—	①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			評価	SBO	
			計器名称	計器数	ハラムータ分類	補助バラムータ分類理由	計器名称	計器数			SBO影響
事故時運転操作手順書(徴収ベース)「PCV圧力制御」等AM設備別操作手順書「RR(B)によるPCVスプレッド」	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	計器名称	1	①	-	計器名称	1	1	復水補給水系統流量(RR B系代替注水流量)の注水量により代替監視可能	監視事項は主要バラムータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・プールの水位	1	①	-	復水補給水系統流量(RR B系代替注水流量)の注水量により代替監視可能	1	1	監視可能	
			原子炉補助冷却水系統流量(B系のみ)	1	①	-	原子炉補助冷却水系統流量(RR B系代替注水流量)の注水量により代替監視可能	1	1	監視可能	
			残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量(B系のみ)	1	①	-	原子炉補助冷却水系統流量(RR B系代替注水流量)の注水量により代替監視可能	1	1	監視可能	
			M/C C電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン使用)	1	1	監視可能	
			M/C D電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	監視可能	
			P/C C-1電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン使用)	1	1	監視可能	
			P/C D-1電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	監視可能	
			直流125V主母線盤A電圧	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	監視可能	
			直流125V主母線盤B電圧	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			評価	SBO	
	計器名称	計器数	補助バラムータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響			
非常時手順書II(徴収ベース)「PCV圧力制御」等AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低圧代替注水系統格納容器スプレッド流量及び低圧代替注水系統格納容器下部注水流量の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出バラムータにて確認
判断基準(4/1)	電源	M/C 2D電圧	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	-	-	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、サブプレッション・チェンバ・プールの水位の代替監視可能	-
		P/C 2D電圧	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバラムータ	-	-	ドライウエル圧力とサブプレッション・チェンバ・プールの差圧より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能	-
水測の確保	原子炉格納容器内の水位	直流125V主母線盤2B電圧	1	③	直流電源の受電状態を確認するバラムータ	-	-	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、サブプレッション・チェンバ・プールの水位の代替監視可能	-
		原子炉格納容器内の水位	1	③	原子炉格納容器内の水位を確認するバラムータ	-	-	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、サブプレッション・チェンバ・プールの水位の代替監視可能	-

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			評価	SBO	
			計器名称	計器数	補助バラムータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響			
事故時運転操作手順書(徴収ベース)「PCV圧力制御」等AM設備別操作手順書「RR(B)によるPCVスプレッド」	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	計器名称	2	②	-	計器名称	2	2	格納容器下部注水系統の注水量より、サブプレッション・チェンバ・プールの水位を確認すること	監視事項は主要バラムータにて確認
			サブプレッション・チェンバ・プールの水位	2	②	-	格納容器下部注水系統の注水量より、サブプレッション・チェンバ・プールの水位を確認すること	2	2	監視可能	
			原子炉補助冷却水系統流量(B系のみ)	2	②	-	原子炉補助冷却水系統流量(RR B系代替注水流量)の注水量により代替監視可能	2	2	監視可能	
			残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量(B系のみ)	2	②	-	原子炉補助冷却水系統流量(RR B系代替注水流量)の注水量により代替監視可能	2	2	監視可能	
			M/C C電圧	2	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン使用)	2	2	監視可能	
			M/C D電圧	2	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	2	2	監視可能	
			P/C C-1電圧	2	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン使用)	2	2	監視可能	
			P/C D-1電圧	2	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン使用)	2	2	監視可能	
			直流125V主母線盤A電圧	2	③	直流電源設備の受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	2	2	監視可能	
			直流125V主母線盤B電圧	2	③	直流電源設備の受電状態を確認するバラムータ	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	2	2	監視可能	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類				
非常時運転手順書 (運転・圧力制御)等 AM設備別操作手順書 [ORR(0)]によるPCVス プレイ	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		ドライウエル雰囲気温度	2	①	-	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ の温度	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目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(0系) の注水量	1	①	-	原子炉格納容器内注水量(0系) の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	①	-	相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ の水位	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の水位	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
	操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ の圧力	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内注水量(0系) の注水量	1	①	-	原子炉格納容器内注水量(0系) の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	①	-	相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

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	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類				
非常時手順書 (運転・圧力制御)等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		ドライウエル雰囲気温度	1	①	-	ドライウエル雰囲気温度	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ の温度	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の温度	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目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(0系) の注水量	1	①	-	原子炉格納容器内注水量(0系) の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	①	-	相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
	操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ の圧力	1	①	-	サブプレッション・チェンバ の圧力	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
	操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の注水量	原子炉格納容器内注水量(0系) の注水量	1	①	-	原子炉格納容器内注水量(0系) の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	①	-	相補冷却設備注水量(0系)の注水量	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

島根原子力発電所 2号炉

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	パラメータ 分類			計器数	パラメータ 分類				
事故時運転手順書 (運転 「PCV圧力制御」 「D/W温度制御」 AM設備別操作手順書 「ACSSS (可動型)」によ る格納容器スプレイ 原子炉格納容器内注水量 「注水量」を監視した注 水)	電源	緊急用メータ電圧	1	③	緊急用メータの受電状態 を確認するパラメータ	緊急用メータ電圧	1	1	-	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		SAロードセンタ母線電圧	1	③	SAロードセンタの受電状 態を確認するパラメータ	SAロードセンタ母線電圧	1	1	-	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
	水源の確保	緊急時対策本部 (機1)	「緊急時対策本部」に確認		代替水源の確保状態を確認 するパラメータ	緊急時対策本部 (機1)	「緊急時対策本部」に確認		-	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
		機2	「機2」に確認		代替水源の確保状態を確認 するパラメータ	機2	「機2」に確認		-	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認	
	操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ の圧力	2	①	-	サブプレッション・チェンバ の圧力	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			ドライウエル雰囲気温度	7	①	-	ドライウエル雰囲気温度	7	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			ベグスタル温度	2	①	-	ベグスタル温度	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバ の温度	2	①	-	サブプレッション・チェンバ の温度	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができる。監視項目は主要パラメータにて確認	監視項目は主要パラメータにて確認

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			計器故障等	評価
			計器数	直後	負荷切り離し後				計器数	直後	負荷切り離し後		
対応手段 本時監視中予備書 (機検マニュアル) II (機検マニュアル) III (機検マニュアル) IV (機検マニュアル) V (機検マニュアル) VI (機検マニュアル) VII (機検マニュアル) VIII (機検マニュアル) IX (機検マニュアル) X (機検マニュアル)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内温度計	2	2	2	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	3	3	3	①	-	原子炉格納容器内温度計	3	3	3	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内温度	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内温度計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			計器故障等	評価
			計器数	直後	負荷切り離し後				計器数	直後	負荷切り離し後		
対応手段 非時予備書 II (機検マニュアル) III (機検マニュアル) IV (機検マニュアル) V (機検マニュアル) VI (機検マニュアル) VII (機検マニュアル) VIII (機検マニュアル) IX (機検マニュアル) X (機検マニュアル)	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器			計器故障等	評価
			計器数	直後	負荷切り離し後				計器数	直後	負荷切り離し後		
対応手段 本時監視中予備書 (機検マニュアル) II (機検マニュアル) III (機検マニュアル) IV (機検マニュアル) V (機検マニュアル) VI (機検マニュアル) VII (機検マニュアル) VIII (機検マニュアル) IX (機検マニュアル) X (機検マニュアル)	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内水位	2	2	2	①	-	原子炉格納容器内水位計	2	2	2	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認
		原子炉格納容器内水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内水位計	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要なアラームにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価						
				計器数	直後		計器数	直後							
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 「PCV制御」 AM設備別操作手順書 「LWRによるPCVスプレイ」	電源	M.C.C.電圧 M.C.D.電圧 P.C.C-1電圧 P.C.D-1電圧 直流125V主母線保安電圧 直流125V主母線保安電圧	M.C.C.電圧 M.C.D.電圧 P.C.C-1電圧 P.C.D-1電圧 直流125V主母線保安電圧 直流125V主母線保安電圧	1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1	③ ③ ③ ③ ③ ③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ 非常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ 直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	計器数 直後	SBO影響 区分I直流電源 を延命した場合	計器故障等 SBO					
											高圧代替注水系統流量	1	1	1	1
											復水補給水系統流量(ORR A系代 替注水流量)	1	1	1	1
											復水補給水系統流量(ORR B系代 替注水流量)	1	1	1	1
											原子炉内即時冷却系統流量	1	1	1	1
											原子炉内注水系統流量	2	2	0	0
											高圧冷却注水系統流量(格納容器下 部注水流量)	1	1	1	1
											原子炉水位(広領域)	3	3	1	1
											復水補給水水位(燃料域)	2	2	1	1
											原子炉水位(SA)	1	1	1	1
原子炉水位(SA)	1	1	1	1											
復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	3											

注：復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位が確保されていることを監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価					
			計器数	直後		計器数	直後						
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「PCV圧力 制御」等 AM設備別操 作手順書 (3 / 5)	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	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認					
									ドライウエル圧力	8	8	8	8
									サブプレッション・チェンバ 圧力	2	0	0	0
									ドライウエル圧力	1	1	1	1
									サブプレッション・チェンバ 圧力	2	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力	2	0	0	0
									ドライウエル圧力	1	1	1	1
									サブプレッション・チェンバ 圧力	3	3	3	3
									サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1
									サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1

注：①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
				計器数	直後		計器数	直後				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「PCV圧力制御」 「D/A圧力制御」 「PCV水系統流量制御」 AM設備別操作手順書 (TRISによる格納容器 内圧力)	原子炉格納 容器内 の圧力	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)	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認				
									ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2
									サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2

注：①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		評価	SBO
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
非常時運転 ① (優先ベ ー) ② (優先ベ ー) ③ (優先ベ ー) ④ (優先ベ ー) ⑤ (優先ベ ー) ⑥ (優先ベ ー) ⑦ (優先ベ ー) ⑧ (優先ベ ー) ⑨ (優先ベ ー) ⑩ (優先ベ ー) ⑪ (優先ベ ー) ⑫ (優先ベ ー) ⑬ (優先ベ ー) ⑭ (優先ベ ー) ⑮ (優先ベ ー) ⑯ (優先ベ ー) ⑰ (優先ベ ー) ⑱ (優先ベ ー) ⑲ (優先ベ ー) ⑳ (優先ベ ー) ㉑ (優先ベ ー) ㉒ (優先ベ ー) ㉓ (優先ベ ー) ㉔ (優先ベ ー) ㉕ (優先ベ ー) ㉖ (優先ベ ー) ㉗ (優先ベ ー) ㉘ (優先ベ ー) ㉙ (優先ベ ー) ㉚ (優先ベ ー) ㉛ (優先ベ ー) ㉜ (優先ベ ー) ㉝ (優先ベ ー) ㉞ (優先ベ ー) ㉟ (優先ベ ー) ㊱ (優先ベ ー) ㊲ (優先ベ ー) ㊳ (優先ベ ー) ㊴ (優先ベ ー) ㊵ (優先ベ ー) ㊶ (優先ベ ー) ㊷ (優先ベ ー) ㊸ (優先ベ ー) ㊹ (優先ベ ー) ㊺ (優先ベ ー) ㊻ (優先ベ ー) ㊼ (優先ベ ー) ㊽ (優先ベ ー) ㊾ (優先ベ ー) ㊿ (優先ベ ー)	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			トライウエル蒸気温度	2	2	トライウエル蒸気温度	3	3	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル蒸気温度の 上昇により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出バラムータを計測する計器		補助バラムータ 分類理由	抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器		評価	SBO
			計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転 ① (優先ベ ー) ② (優先ベ ー) ③ (優先ベ ー) ④ (優先ベ ー) ⑤ (優先ベ ー) ⑥ (優先ベ ー) ⑦ (優先ベ ー) ⑧ (優先ベ ー) ⑨ (優先ベ ー) ⑩ (優先ベ ー) ⑪ (優先ベ ー) ⑫ (優先ベ ー) ⑬ (優先ベ ー) ⑭ (優先ベ ー) ⑮ (優先ベ ー) ⑯ (優先ベ ー) ⑰ (優先ベ ー) ⑱ (優先ベ ー) ⑲ (優先ベ ー) ⑳ (優先ベ ー) ㉑ (優先ベ ー) ㉒ (優先ベ ー) ㉓ (優先ベ ー) ㉔ (優先ベ ー) ㉕ (優先ベ ー) ㉖ (優先ベ ー) ㉗ (優先ベ ー) ㉘ (優先ベ ー) ㉙ (優先ベ ー) ㉚ (優先ベ ー) ㉛ (優先ベ ー) ㉜ (優先ベ ー) ㉝ (優先ベ ー) ㉞ (優先ベ ー) ㉟ (優先ベ ー) ㊱ (優先ベ ー) ㊲ (優先ベ ー) ㊳ (優先ベ ー) ㊴ (優先ベ ー) ㊵ (優先ベ ー) ㊶ (優先ベ ー) ㊷ (優先ベ ー) ㊸ (優先ベ ー) ㊹ (優先ベ ー) ㊺ (優先ベ ー) ㊻ (優先ベ ー) ㊼ (優先ベ ー) ㊽ (優先ベ ー) ㊾ (優先ベ ー) ㊿ (優先ベ ー)	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が得意。監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認
			トライウエル蒸気温度	2	2	トライウエル蒸気温度	3	3	飽和温度/圧力の関係から、トライウエル蒸気温度の 上昇により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラムータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	ハラムメータ 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	SBO影響 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	
事故時運転手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [PCV制御] AM設備切操作手順書 [MRCによるPCVス レイ]	原子炉格 納容器へ の注水	サプレッション・チェンバ プール水位	1	1	1	①		復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)	1	1	1	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)の注水 量により代替監視可能
		原子炉格 納容器へ の注水	復水補給水系流量(RR-B系代 替注水流量)	1	1	1	①		復水貯蔵タンク水位(D/W) 格納容器内圧力(S/C) 格納容器内圧力(S/C) [サプレッション・チェンバ プール水位]	1 1 1 2	1 1 1 1	1 1 1 1
機 械 監視 機 能 (2 / 2)	機械監視 機能	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧 力	1	1	1	①		復水貯蔵タンク水位(SA)	1	1	1	水源である復水貯蔵タンク水位(SA)の水位変化により代 替監視可能
		復水移送ポンプ吐出圧 力	3	3	3	①		格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	注水先の格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧 力(S/C)より代替監視可能
水 源 の 確 保 (5 / 5)	水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	1	1	1	①		復水貯蔵タンク水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵タンク水位(SA)の水位変化により、復水貯蔵タンク 水位の代替監視可能
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	3 2	1 1	1 1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵タン ク水位の代替監視可能
非常時手順書 (機 械 ベ ー ス) [PCV圧力 制御]等 AM設備切操 作手順書	判断基準 (5 / 5)	復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	③		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	3	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵タンク 水位の代替監視可能
		復水移送ポンプ吐出圧力	1	1	1	①		復水貯蔵タンク水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵タンク水位(SA)の水位変化により、復水貯蔵タンク 水位の代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	ハラムメータ 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	SBO影響 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	
非常時手順書 (機 械 ベ ー ス) [PCV圧力 制御]等 AM設備切操 作手順書	判断基準 (5 / 5)	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③		復水貯蔵タンク水位(SA)	1	1	1	復水貯蔵タンク水位(SA)の水位変化により、復水貯蔵タン ク水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	ハラムメータ 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Ⅰ直流電源 を延命した場合	計器名称		計器数	SBO影響 直後
運転時手順書 (機 械 ベ ー ス) [PCV圧力制御] [D/W温度制御] [S/C水位制御] [PCV水素濃度制御] AM設備切操作手順書 [KHRRによる格納容器除 熱]	電源	C-メータラ母線電圧	1	1	1	③		非常用母線電圧の電圧状態 を確認するハラムメータ				
		D-メータラ母線電圧	1	1	1	③		非常用母線電圧の電圧状態 を確認するハラムメータ				
		C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③		非常用母線電圧のロードセ ンタの電圧状態を確認する ハラムメータ				
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	③		非常用母線電圧のロードセ ンタの電圧状態を確認する ハラムメータ				

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
			計器名称	計器数		計器名称	計器数					
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (SBO 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	電源	電源	M/C 電圧	1	② 非常用M/Cの受給状態を 確認するパラメータ	抽出パラメータ 分類	SBO 影響 区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を延命した場合	計器故障等 SBO				
			M/C 電圧	1	③ 確認するパラメータ	直後	区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を延命した場合					
			PCV D-1電圧	1	③ 非常用M/Cの受給状態を 確認するパラメータ	直後	区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を延命した場合					
			PCV D-1電圧	1	③ 確認するパラメータ	直後	区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を延命した場合					
			直流 1.25V 主母線電圧	1	③ 直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	直後	区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を延命した場合					
			直流 1.25V 主母線電圧	1	③ 確認するパラメータ	直後	区分Ⅰ直高電源 区分Ⅱ直高電源 を延命した場合					
			【海水貯蔵槽水位】	1	①	高圧代替注水系統流量	1		1	高圧代替注水系統流量	1	1
			【海水貯蔵槽水位】	1	①	海水補給水流量(OR A 系代 替注水流量)	1		1	海水補給水流量(OR B 系代 替注水流量)	1	1
			【海水貯蔵槽水位】	1	①	原子炉内循環冷却系統流量	1		1	原子炉内循環冷却系統流量	1	1
			【海水貯蔵槽水位】	1	①	高圧炉心注水系統流量	2		2	高圧炉心注水系統流量	2	2
【海水貯蔵槽水位】	1	①	海水補給水流量(格納容器下 部注水流量)	1	1	海水補給水流量(格納容器下 部注水流量)	1	1				
【海水貯蔵槽水位】	1	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	原子炉水位(広帯域)	3	3				
【海水貯蔵槽水位】	1	①	原子炉水位(燃料床)	2	2	原子炉水位(燃料床)	2	2				
【海水貯蔵槽水位】	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1				
【海水貯蔵槽水位】	3	3	海水移送ポンプ吐出圧力	3	3	海水移送ポンプ吐出圧力	3	3				
【海水貯蔵槽水位】	3	3	「緊急時対策本部」に確認 するパラメータ	3	3	「緊急時対策本部」に確認 するパラメータ	3	3				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
		計器数	パラメータ 分類	計器数	パラメータ 分類					
非常時手順書 II (危機ベ- ス) 【PCV圧力 制御】等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量 補機監視 機能 水源の確 保	1	①	サブプレッショ ン・プール水位	-	低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器ス プレッシャ ン・プール水位				
							1	0	0	0
							1	1	0	0
							2	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
		計器数	パラメータ 分類	計器数	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) (SBO 制御) (PCV 制御) AM 設備別操作手順書 (消防ポンプによる PCV スプレー)	原子炉格 納容器内 の注水量 補機監視 機能 水源の確 保	1	①	サブプレッショ ン・プール水位	-	低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器ス プレッシャ ン・プール水位				
							1	0	0	0
							1	1	0	0
							2	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0
							1	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後		
非常時手順書 II (事故-ベーク)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 (2/5)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	2	1	0	0	①	①	原子炉圧力	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	1	0	0	①	①	原子炉圧力	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	①	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後	
非常時手順書 II (事故-ベーク)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 (2/5)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後	計器数	直後				計器数	直後	
非常時手順書 II (事故-ベーク)「PCV圧力制御」等 AM設備別操作手順書 (2/5)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	2	①	①	原子炉水位 (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ができ、監視可能

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				計器数	直後		直後	計器数			
緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 初期] [PCV 初期] AM 設備別操作手順書 [RW クーラ代替除熱 (RW-A 系)] [RW クーラ代替除熱 (RW-B 系)]	原子炉格納容器内の圧力	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	-	格納容器内圧力(S/C)	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
補機監視 (A, B 系のみ)	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウエル雰囲気温度	2	2	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(D/W)の 上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	-	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	補機監視 (A, B 系のみ)	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	-	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
			計器数	直後		計器数	直後				
非常時手順書 II (機組ベ ース) [PCV 圧力 制御] 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	①	ドライウエル圧力	1	1	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視可能であれば格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ー圧力	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 より代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 (1, 3)	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	-	サブプレッション・チェンバ ー温度	2	2	格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	8	8	①	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器)に より代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	-	サブプレッション・チェンバ ー温度	3	3	サブプレッション・チェンバ ー温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
					計器数	直後		計器数	直後		
緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RW 初期] [PCV 初期] AM設備別操作手順書 [RW クーラ代替除熱 (RW-A 系)] [RW クーラ代替除熱 (RW-B 系)]	原子炉格納容器内の圧力	①	ベントスタック温度 (SA)	2	2	-	ベントスタック温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することが でき、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	7	7	①	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格納容器内の温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ ー圧力 (SA)	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 より代替監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 (2, 3)	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力	1	1	-	原子炉格納容器内の圧力	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	8	8	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	①	原子炉格納容器内の圧力	2	2	-	原子炉格納容器内の圧力	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要バ ラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価	SBO
		計器数	直後	計器数	直後										
原子炉格納容器内の水位	非常時手順書 II (破砕ベ ス) [PCV 圧力 制御] 等 AM設備別操 作手順書	①	原子炉格納容器内水位	1	1	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
			原子炉格納容器内の水位	2	2	2	2	【原子炉格納容器内水位】	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内水位を計測すること が、監視可能	監視事項は主要 パラメータ にて確認
原子炉格納容器内の注水量	非常時手順書 II (破砕ベ ス) [PCV 圧力 制御] 等 AM設備別操 作手順書	①	原子炉格納容器内注水量	1	1	1	1	【原子炉格納容器内注水量】	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内注水量を計測すること が、監視可能	監視事項は主要 パラメータ にて確認
			原子炉格納容器内の注水量	2	2	2	2	【原子炉格納容器内注水量】	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内注水量を計測すること が、監視可能	監視事項は主要 パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価	SBO
		計器数	直後	計器数	直後										
原子炉格納容器内の注水量	非常時手順書 II (破砕ベ ス) [PCV 圧力 制御] 等 AM設備別操 作手順書	①	原子炉格納容器内注水量	1	1	1	1	【原子炉格納容器内注水量】	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内注水量を計測すること が、監視可能	監視事項は主要 パラメータ にて確認
			原子炉格納容器内の注水量	2	2	2	2	【原子炉格納容器内注水量】	2	2	2	2	2	原子炉格納容器内注水量を計測すること が、監視可能	監視事項は主要 パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	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I直電線 を延命した場合			計器数	SBO影響 区分I直電線 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) [PCV制御] [PCV制御] AM設備別操作手順書 [RER(B)によるPCVス プレイ]	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	-	①	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバハ の温度	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバハ の温度	1	1	-	①	1	1	格納容器内圧力(S/C) [サブプレッション・チェンバハ の温度]	監視事項は主要バ ラメータにて確認
判断基準 2 / 2	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・チェンバハ の水位	1	1	-	①	1	1	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C) の差	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納冷却水系統流量 (R系のみ)	1	0	-	①	-	-	-	-
電源	電源	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	-	①	-	-	-	-
		M/C D電圧	1	1	-	③	-	-	-	-
		M/C B電圧	1	1	-	③	-	-	-	-
		PC C-1電圧	1	1	-	③	-	-	-	-
		PC C-1電圧	1	1	-	③	-	-	-	-
		直流125V 主母線A電圧	1	1	-	③	-	-	-	-
		直流125V 主母線B電圧	1	1	-	③	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	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I直電線 を延命した場合	計器数	SBO影響 区分I直電線 を延命した場合	
原子炉格納 容器内の 温度	高濃度冷却水温度	1	1	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
	原子炉格納冷却水温度	1	1	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納冷却水水位	1	1	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
	原子炉格納冷却水水位	1	1	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
電源	原子炉格納冷却水系統流量	1	0	-	-
	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	-	-
電源	M/C D電圧	1	1	-	-
	M/C B電圧	1	1	-	-
	PC C-1電圧	1	1	-	-
	PC C-1電圧	1	1	-	-
	直流125V 主母線A電圧	1	1	-	-
	直流125V 主母線B電圧	1	1	-	-
	直流125V 主母線C電圧	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
	計器数	SBO影響 区分I直電線 を延命した場合	計器数	SBO影響 区分I直電線 を延命した場合	
原子炉格納 容器内の 温度	高濃度冷却水温度	2	2	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
	原子炉格納冷却水温度	2	2	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
原子炉格納 容器内の 水位	原子炉格納冷却水水位	2	2	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
	原子炉格納冷却水水位	2	2	①	監視事項は抽出 パラメータにて確認
電源	原子炉格納冷却水系統流量	1	0	-	-
	残留熱除去系熱交換器入口冷 却水流量(B系のみ)	1	0	-	-
	M/C D電圧	1	1	-	-
	M/C B電圧	1	1	-	-
	PC C-1電圧	1	1	-	-
	PC C-1電圧	1	1	-	-
	直流125V 主母線A電圧	1	1	-	-

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	計器名称			計器数	SBO影響		
基幹時運転操作手順書 (シビアアクシデンスト) AM型炉内操作手順書 (ROR(0)によるS/P除熱) (ROR(0)によるS/P除熱)	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	3	①	①	区分1直流電源を延命した場合	1	1	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監視	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	2	①	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	2	残留熱除去系ポンプ吐出圧力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
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口温度と熱交換器出口温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器入口温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量と残留熱除去系熱交換器入口温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量と残留熱除去系熱交換器出口温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度と残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度と残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	計器名称			計器数	SBO影響		
非常時運転操作手順書 (PCCV圧力制御) AMI設備別操作手順書	原子炉格納容器内の監視	ドライウェル等温度	8	8	①	①	ドライウェル圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウェル圧力又はサブプレッション・チェンバ・プール水温度の上昇により代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	2	2	①	①	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバ・プール水温度の代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水圧力	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ・プール水圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ・プール水圧力とサブプレッション・チェンバ・プール水温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系海水系系統流量	2	2	①	①	残留熱除去系海水系系統流量	1	1	残留熱除去系海水系系統流量と残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度と残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度と残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	1	1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	1	1	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	1	1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量と残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	1	1	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量と残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度との差を監視することにより代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	SBO影響	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	計器名称			計器数	SBO影響		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデンスト) (ROR-1) (ROR-2) AMI設備別操作手順書 (CWTによる熱貯留部スプレッド)	原子炉格納容器内の監視	サブプレッション・チェンバ・プール水	1	1	①	①	サブプレッション・チェンバ・プール水	2	2	サブプレッション・チェンバ・プール水とサブプレッション・チェンバ・プール水温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度と残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度と残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	1	1	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	1	1	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量と残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量と残留熱除去系熱交換器出口冷却水温度との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力	2	2	残留熱除去系熱交換器出口冷却水圧力と残留熱除去系熱交換器出口冷却水流量との差を監視することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の監視	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	1	1	①	①	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量	2	2	残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量と残留熱除去系熱交換器入口冷却水温度との差を監視すること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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	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	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(復核 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	副 置 機 2 / 2	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器) の確保	1	1	-	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		最終ヒートシンク の確保	1	1	-	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		AM設備別操 作手順書	1	1	-	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		水源の確保	1	1	①	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		サブプレッション・プ ール水位	1	1	①	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		高圧炉心スプレイス系統流量	3	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		代替循環冷却系ポンプ吐圧 力	2	2	2	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		高圧炉心スプレイス系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
		低圧炉心スプレイス系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			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	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	
非常時運転手 手順Ⅱ(復核 ベース) 「S/P温度 制御」等 AM設備別操 作手順書	副 置 機 2 / 2	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交 換器) の確保	1	1	-	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		最終ヒートシンク の確保	1	1	-	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		AM設備別操 作手順書	1	1	-	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		水源の確保	1	1	①	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		サブプレッション・プ ール水位	1	1	①	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		高圧炉心スプレイス系統流量	3	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		残留熱除去系系統流量	3	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		代替循環冷却系ポンプ吐圧 力	2	2	2	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		高圧炉心スプレイス系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
		低圧炉心スプレイス系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替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	計器名称	計器数		
1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温	3	サブプレッション・プール水温	2	サブプレッション・プール水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	3	0	原子炉格納容器内の温度	4	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	2	0	原子炉格納容器内の水位	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	2	0	原子炉格納容器内の水位	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替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	計器名称	計器数		
1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温	2	サブプレッション・プール水温	2	サブプレッション・プール水温の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	2	0	原子炉格納容器内の温度	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	2	0	原子炉格納容器内の水位	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	2	0	原子炉格納容器内の水位	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	2	0	原子炉格納容器内の圧力	2	監視事項は主要パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り履し後			直後	負荷切り履し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アラクション ト) (除熱-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドラウウェル圧力	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 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 エンバ圧力	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 監視事項は抽出パラメータ にて確認
操作 (1, 2, 3)	原子炉格 納容器内 の温度	ドラウウェル雰囲気 温度	8	8	8	8	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ雰囲気温度に より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェ エンバ雰囲気温度	2	2	2	2	2	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 より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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	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	負荷切り履し後			計器数	計器名称		直後	負荷切り履し後
対応手段 運転員 手順Ⅲ (シビ アラクション ト) (除熱-1) AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 温度	ドラウウェル圧力 (SA)	2	2	2	—	①	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができて、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 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること ができて、監視可能 監視事項は抽出パラ メータにて確認		
異常時 2 / 2)	原子炉格納 容器内の 温度	サブプレッション・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	—	①	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能 監視事項は抽出パラ メータにて確認		
		ドラウウェル温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること ができて、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	原子炉格納 容器内の 圧力	原子炉格納容器内冷却ポン プ圧力	2	2	0	③	③	—	—	—		
		原子炉格納容器内冷却ポン プ圧力	1	0	0	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	S/D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	S/D影響 負荷切り離し後	計器故障等	S/D		
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシアン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエ ル温度	8	8	8	①	-	ドライウエ ル圧力	1	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッ ション・チ ェンバ圧	2	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	3	3	サブプレッション・プール温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ圧力の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		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	-	-	-	-	-	-	-	-
	電源	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	-	-	-	-	-	-	-	-
水源の確 保	直流128V 主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
	過水貯蔵 タンク水位	1	0	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	項目	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	S/D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	S/D影響 負荷切り離し後	計器故障等	S/D					
監視事項 (2/2)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の温度	ドライウエ ル温度	8	8	8	①	-	ドライウエ ル圧力	1	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
		原子炉格納容器内の温度	サブプレッ ション・チ ェンバ圧	2	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	3	3	サブプレッション・プール温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ圧力の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
			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	-	-	-	-	-	-	-			
		電源	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	-	-	-	-	-	-	-			
		水源の確 保	直流128V 主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-			
			過水貯蔵 タンク水位	1	0	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-	-	-			
		監視事項 (2/2)	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉格納容器内の温度	ドライウエ ル温度	8	8	8	①	-	ドライウエ ル圧力	1	1	1	1	格納容器/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力の上昇により代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
				原子炉格納容器内の温度	サブプレッ ション・チ ェンバ圧	2	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール温度	3	3	3	3	3	サブプレッション・プール温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ圧力の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
					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	-	-	-	-	-	-	-	
				電源	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	-	-	-	-	-	-	-	
				水源の確 保	直流128V 主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
					過水貯蔵 タンク水位	1	0	0	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器数	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	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 手順書(シシ アブレーション ト)「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	1	ドライウエル圧力	1	①	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		1	ドライウエル圧力	1	①	2	0	0	0	0	0	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
操作 (1 / 2)	原子炉格 納容器内 の温度	1	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		8	ドライウエル蒸気 温度	8	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	原子炉格 納容器内 の温度	2	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	①	3	3	3	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		1	サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	①	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
				計器数	計器名称		計器数	計器名称	SBO影響	SBO		
											直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時運転手 手順書(シシ アブレーション ト)「除熱-1」 「除熱-2」 AM設備別操 作手順書 AMR設備別操 作手順書 NTRによる格納容器 冷却	最終ヒート ンクの温度	2	原子炉格納容器内圧力	2	③	原子炉格納容器内圧力 計測不能時の代替 計器を確保するパラメータ	2	0	0	0	0	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主客パ ラメータにて確認
		2	原子炉格納容器内圧力	2	③	2	0	0	0	0	0	0
操作 (1 / 4)	電源	C-メータクタ自給電圧	1	1	③	非常用低圧自給の発電機 を制御するパラメータ	1	1	1	1	1	監視可能
		D-メータクタ自給電圧	1	1	③	非常用低圧自給の発電機 を制御するパラメータ	1	1	1	1	1	監視可能
操作 (1 / 3)	原子炉格納容 器内の圧力	C-ロードセンタ自給電圧	1	1	③	非常用低圧自給のロードセ ンタの発電機を制御する パラメータ	1	1	1	1	1	監視可能
		D-ロードセンタ自給電圧	1	1	③	非常用低圧自給のロードセ ンタの発電機を制御する パラメータ	1	1	1	1	1	監視可能
操作 (1 / 3)	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエル蒸気温度 (SA)	2	2	①	—	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能 監視事項は主客パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ 蒸気温度 (SA)	2	2	①	—	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		補助パラメータ 分類	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	SID		
		計器名称	計器数	SID影響 直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数			SID影響 直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉格 納容器内 の水位	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(常設ライン振替用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可動ライン振替用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイン流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス プレイン流量(可動ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水量	1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	0	0	-	-	代替注水貯槽水位	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、サブ プレッション・プール水位の代替監視 可能	-
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量	補機監視 ポンプ圧力	1	1	0	③	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	ドライウエル水位	1	1	1	ドライウエル圧力とサブプレッ ション・プール水位の代替 監視可能	-
		水源の確 保	1	0	0	③	代替注水の確 保状態を確認す るパラメータ	サブプレッション・チェンバ ー圧力	1	1	1	監視可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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	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	SID				
				計器名称	計器数			SID影響 直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数	SID影響 直後	負荷切り離し後
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量	原子炉格 納容器内 の注水量	7	7	7	①	-	ベダスタル温度(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測すること が、監視可能	-		
		原子炉格 納容器内 の注水量	1	0	0	-	-	格納容器/圧力の関係から、ドライウエル圧力(S A)又はサブプレッション・チェンバ(圧力)の注 水により代替監視可能	2	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	-		
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 【除熱-2】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量	補機監視 ポンプ圧力	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー温度(SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバ温度(SA)の温度変化に より代替監視可能	-		
		水源の確 保	1	0	0	-	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力(SA)	2	2	2	格納容器/圧力の関係から、サブプレッ ション・チェンバ(圧力)により代替監視可能	-		
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 【除熱-3】 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量	補機監視 ポンプ圧力	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ ー圧力(SA)	1	1	1	水素であるサブプレッション・プ ール水位(SA)の水位変化より代替監視可能	-		
		水源の確 保	1	0	0	-	-	原子炉水位(圧力) 原子炉水位(温度)	2	2	2	格納容器内に必要の水素と原子炉水位の 変化により代替監視可能	-		
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 【除熱-3】 等 AM設備別機 作手順書	補機監視 ポンプ圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	-			

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータを計測する計器				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		
対峙手段 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント) (図表-1)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバース圧力	1	1	1	1	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバース蒸気温度により代替監視可能	
		ドライウエル圧力	8	8	8	8	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバース圧力(常用計器)により代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバース蒸気温度	2	2	2	2	3	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバース蒸気温度の代替監視可能
		ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバース圧力(常用計器)により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバース圧力	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバース蒸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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		評価		
				計器数	SBO影響	計器名称	計器数			
									直後	負荷切り離し後
対峙手段 非常時運転手順書(シビアアクシデント) (図表-1)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバース蒸気温度	1	1	1	1	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバース蒸気温度により代替監視可能	
		ドライウエル圧力	8	8	8	8	1	1	1	1
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバース蒸気温度	2	2	2	2	3	3	3	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバース蒸気温度の代替監視可能
		ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又はサブプレッション・チェンバース圧力(常用計器)により代替監視可能
			サブプレッション・チェンバース蒸気温度	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・プール水温度の温度変化によりサブプレッション・チェンバース蒸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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	計器名称	計器数	計器名称	計器設備等	
非常時運転手 監視員(シビ アクション 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	①	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器へ の注水量	1	0	0	1	1	1	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	監視監視 機能	1	1	0	1	1	1	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	監視監視 機能	2	0	0	2	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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	計器名称	計器数	計器名称	計器設備等	
事故時操作要領書(シビア アクション) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書 [KCHRによる格納容器除 熱]	原子炉格納 容器内の温度	2	2	①	2	2	2	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	監視監視 機能	2	2	①	2	2	2	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	監視監視 機能	2	2	①	2	2	2	監視事項は主 要パラメータ にて確認
	監視監視 機能	2	2	①	2	2	2	監視事項は主 要パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			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	計器故障等	SBO	
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度の電源	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	①	-	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	3	3	3	3	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	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可能
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	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	抽出パラメータ分類理由	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)「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」 「FCV圧力制御」	原子炉格納容器内の冷却等のための手順等	原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認
		原子炉水位(SA)	1	1	1	①	原子炉水位(SA)は原子炉格納容器内の冷却水の水位を計測することによって監視可能	1	1	1	1	1	監視事項は原子炉水位にて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	1	1	2	2	2	2	監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル圧力	8	8	8	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・プール水 温度	2	2	2	2	3	3	3	3	温度変化によりサブプレッショ 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
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	2	2	2	2	0	0	0	監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力(常用計器) により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェンバ エンバ圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	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	計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
													直後
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容 器内の圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、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 エンバ圧力(SA)	2	2	2	2	2	サブプレッション・プール水 温度(SA)	2	2	2	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ圧力の上昇により代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		ドライウエル圧力(SA)	7	7	7	7	7	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	7	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、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 エンバ圧力(SA)	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
対応手段 非常時運転手 手順書(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容 器内の温度	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	7	7	7	①	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	7	7	7	7	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ圧力の上昇により代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	2	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバ エンバ圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン等)「除熱-1」等AM設備別機作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブレーション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブレーション・プール水位	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1	
操作(2/3)	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器への注水量	1	1	1	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の注水量より、低圧代替注水系統格納容器スプレイ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
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量	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：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				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	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン等)「除熱-1」等AM設備別機作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下部注水流量の注水量より、サブレーション・プール水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブレーション・プール水位	1	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1	1	
操作(2/3)	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器への注水量	1	1	1	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の注水量より、低圧代替注水系統格納容器スプレイ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
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量	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	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バスタメータを計測する計器		バスタメータ		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO			
			計器数	負荷切り直し後	バスタメータ 分類	抽出バスタメータ 分類理由								
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 b. 冷却剤代替手順 ① 冷却剤代替手順 非常時運転員 監視員 (シフト アタランゲン 「除熱-1」 等) AM設備の機 作手順書	1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 b. 冷却剤代替手順 ① 冷却剤代替手順 非常時運転員 監視員 (シフト アタランゲン 「除熱-1」 等) AM設備の機 作手順書	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	定期的に格納容器内放射線モニタのレベルを計測することができ、監視可能 定期的に格納容器内放射線モニタのレベルを計測することができ、監視可能		
		格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	定期的な格納容器内放射線モニタのレベルを計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力	4	4	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
		原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	2	格納容器内放射線モニタのレベルを計測することができ、監視可能	
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		直流125V主母線電圧2	1	1	③	電源線の受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		直流125V主母線電圧2	1	1	③	電源線の受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-

①: 重要監視バスタメータ, ②: 有効監視バスタメータ, ③: 補助バスタメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バスタメータを計測する計器		バスタメータ		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO			
			計器数	負荷切り直し後	バスタメータ 分類	抽出バスタメータ 分類理由								
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 b. 冷却剤代替手順 ① 冷却剤代替手順 非常時運転員 監視員 (シフト アタランゲン 「除熱-1」 等) AM設備の機 作手順書	1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 b. 冷却剤代替手順 ① 冷却剤代替手順 非常時運転員 監視員 (シフト アタランゲン 「除熱-1」 等) AM設備の機 作手順書	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	2	定期的な格納容器内放射線モニタのレベルを計測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器温度	2	2	①	-	原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	2	格納容器内放射線モニタのレベル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	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	
		原子炉圧力容器温度	2	2	①	-	原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	2	格納容器内放射線モニタのレベルを計測することができ、監視可能	
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		直流125V主母線電圧2	1	1	③	電源線の受電状態を確認するバスタメータ	-	-	1	1	1	1	-	-
		直流125V主母線電圧2	1	1	③	電源線の受電状態を確認するバスタメータ	-	-	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ		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
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アラクション ト)【併熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェンバ 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	-	サブプレ ッション・ チェンバ 圧力	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す 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
異常発生 手順(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	-	ドライウ ェル雰囲気 温度	1	1	格納容器内圧力との関係から、ドライ ウエル雰囲気/圧力の関係から、ドライ ウエル雰囲気/圧力により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力(常用計器)により代替監視可 能
		サブプレッション・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	-	サブプレ ッション・ チェンバ 雰囲気温 度	3	3	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
補機監視 機能	M/C 2B-2電圧 P/C 2B-2電圧 原子炉補機冷却系; ポンプ吐出ヘッド圧力	M/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2B-2電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		原子炉補機冷却系; ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却 系ポンプ吐出 ヘッド圧力を 監視するパラメ 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

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ		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
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アラクション ト)【併熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	A-西側補機冷却ポンプ吐出 圧力	2	2	①	-	西側補機 冷却ポン プ吐出 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
		B-西側補機冷却ポンプ吐出 圧力	2	2	①	-	西側補機 冷却ポン プ吐出 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
異常発生 手順(2)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	1	1	①	-	サブプレ ッション・ チェンバ 雰囲気温 度	3	3	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	1	1	①	-	サブプレ ッション・ チェンバ 雰囲気温 度	3	3	温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

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	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	評価		
				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
非常時操作要領書(備 忘録) T/S/C温度制御)	原子炉格納容 器内の温度	サブプレ ッション・ チェンバ 蒸気温度 (SA)	2	2	①	—	①	サブプレ ッション・ チェンバ 蒸気温度 (SA)	2	2	サブプレ ッション・ チェンバ 蒸気温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	監視事項は主 要パラ メータにて確認
		サブプレ ッション・ チェンバ 蒸気温度 (SA)	2	2	①	—	①	サブプレ ッション・ チェンバ 蒸気温度 (SA)	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・ チェン バ圧力 (SA) により代替監視可能	
		C-メ タタラ母線電 圧	1	1	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	1	1		
		D-メ タタラ母線電 圧	1	1	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	1	1		
原子炉補 給冷却系 の温度	原子炉補 給冷却系 の温度	C-コ ードセンタ 母線電圧	1	1	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	1	1		
		D-コ ードセンタ 母線電圧	1	1	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	③	非常用母線母線の受電状態 を確認するパラメ ータ	1	1		
最終ヒー ティング の確保	原子炉補 給冷却系 の温度	原子炉補 給冷却系 の温度	2	2	0	③	③	原子炉補給冷却系の動作状 況を確認するパラメ ータ	2	2		
		最終ヒー ティング の確保	2	0	0	—	—	原子炉補給冷却系の動作状 況を確認するパラメ ータ	2	0		
R/CW熱交換器出口温度	R/CW熱交換器出口温度	R/CW熱交換器出口温度	2	0	0	③	③	原子炉補給冷却系の動作状 況を確認するパラメ ータ	2	0		
		R/CW熱交換器出口温度	2	0	0	—	—	原子炉補給冷却系の動作状 況を確認するパラメ ータ	2	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

